

ЯДЕРНО-ФИЗИЧЕСКИЕ ИССЛЕДОВАНИЯ В СССР

(Сборник аннотаций)

Выпуск 4

РЕДАЮЦИОННАЯ КОЛЛЕГИЯ

А.Е.Савельев (Ответственный редактор, физико-энергетический институт)
Г.З.Борухович (физико-технический институт им. А.Ф.Иоффе АН СССР)
Ю.П.Попов (Объединенный институт ядерных исследований)
В.Г.Мадеев (Институт атомной энергии им. И.В.Курчатова)
И.А.Корк (Институт физики АН УССР)
В.Н.Андреев (Институт теоретической и экспериментальной физики)
А.И.Обухов (Радиевый институт им. В.Г.Хлопина)

Обнинск, 1967 г.

В сборнике представлены аннотации работ, посвященных экспериментальному или теоретическому анализу ядерных реакций с участием частиц до энергий ~ 20-30 Мэв, а также работ, в которых изучается деление ядер.

Сборник охвативает исследования, проведенные в некоторых институтах Советского Союза во второй половине 1966 года.

Корректор Герасимова Н.П. Заказ № 174 . Тираж 250 экземпляров

Отпечатано на ротапринте ФЭИ, май 1967 г. Гл. м. N 103 от 13. 5. 67.

ФИЗИКО-ЭНЕРГЕТИЧЕСКИЙ ИНСТИТУТ

К СТАТИСТИЧЕСКОМУ ПОДХОДУ В ТЕОРИИ ДЕЛЕНИЯ.

А.В.Игнаток, В.С.Ставинский, D.H.Шубин

На основе статистической теории ядерных реакций в ряде работ [1] были проведены расчеты выходов продуктов деления. Детальный анализ показал, что такие расчеты нельзя считать удовлетворительными, так как число подбираемых параметров теории равно числу объясняемых экспериментальных данных.

Используя метод перевала, можно получить приближенные выражения для выхода масс, средних кинетических энергий и дисперсий кинетических энергий осколков:

где

е $\alpha_i \perp \alpha_2$ - параметры плотности уровней осколков; $\alpha = \alpha_i + \alpha_2$; Δ - энергия спаривания;

 \overline{E}_{κ} - средняя кинетическая энергия осколков;

Q - энергия реакции;

В - высота барьера и У -параметр крутизны барьера.

Эти соотношения дают простую связь параметров теории с экспериментально наблюдаемыми величинами и в то же время являются достаточно точными, совпадая с результатами расчетов выходов осколков на ЭВМ с точностью до нескольких процентов.

Из представленных на рисунке результатов расчетов видно, что совпадение расчетов с экспериментом обусловлено подбором Q и B для каждой массы осколка, но рассчитанные дисперсии не совпадают с экспериментом даже после такого подбора.

Имежщиеся в настоящее время экспериментальные данные о слабой зависимости средней кинетической энергии осколков от энергии возбуждения делящегося ядра, позволяют сформулировать требование к поведению сечения обратного процесса. Так как средняя кинетическая энергия осколков определяется (1) положением максимума произведения сечения обратного процесса и плотности уровней осколков, то сечение обратного процесса должно зависеть от энергии возбуждения таким образом, чтобы скомпенсировать эту зависимость в плотности уровней. Ни в одном из случаев, когда мы выражаем сечение обратного процесса через проницаемость некоторого барьера, это требование не выполняется. Представление процесса слияния двух возбужденных осколков как прохождение системы через некоторый статический барьер, не меняющийся в процессе движения, является, по-видимому, слижком упрощенным. Поэтому учет специфики переходного состояния в сечении обратного процесса 'является существенно необходимым, и статистический подход к делению, наряду с рассмотрением фазового пространства, должен включать в себя характеристики переходного процесса.

ЛИТЕРАТУРА:

I E. Erba, V. Facchini, E. Saetta-Menichella, F. Tonolini,

L. Tonolini Severgnini Phys. Lett <u>6</u>(1962) 294.

E Erba , V. Facchini , E. Saetta - Menichella,

F. Tonolini Phys. Lett 12 (1964) 10.9.

E. Erba, V. Facchini, E. Saelta-Menichella Nucl. Phys <u>84</u> (1966) 595.



в) Средняя кинетическая энергия осколков : $U^{235}(n_{T,f})$ - экспериментальная кривая,

× × результаты расчетов [1],

результаты расчетов согласно (I) с параметрами, подобранными 00 EFM B [I],

⊽ ⊽ результаты расчетов без подбора параметров.

с) Дисперсия средних кинетических энергий осколков:

тепловые нейтроны, Экспериментальные данные взяты ... из работы Воробьева В.Г. и др. $E_n = 5$ Mab, ۵۵ "Ядерная физика"4, 325 (1966), En = 6 Mas, a o ⊽ ⊽ $E_n = 7$ Mob, х х расчеты согласно (I) с подобранными эначениями параметров [I].

ЭНЕРГЕТИЧЕСКИЕ И МАССОВНЕ РАСПРЕДЕЛЕНИЯ ОСКОЛКОВ ПРИ ДЕЛЕНИИ *U-235* и *U-233* БЫСТРЫМИ НЕЙТРОНАМИ

П.П.Дьяченко, Б.Д.Кузьминов, В.Б.Михайлов, В.Ф.Семенков, В.И.Сенченко, А.Н.Утюжников

Направлено в журнал "Ядерная физика"

В работе выполнены измерения распределений осколков по массам и кинетическим энергиям при делении U^{233} нейтронами с энергией 430 кэв, 630 кэв и I,I Мэв и U^{235} нейтронами с энергией IOO кэв, 260 кэв, 700 кэв и I,3 Мэв. Метод измерений заключался в одновременном измерении энергий парных осколков при помощи поверхностно-барьерных кремниевых детекторов. На рис. I показаны выходы осколков для U-233 (а) и U-235 (б). Выходы осколков

отчетливо проявляют тонкую структуру для всего диапазона энергий нейтронов, применявшихся в настоящей работе.

На рис. 2 представлены кинетические энергии осколков для различных способов деления при бомбардировке ядер U-233 (а) и U-235 (б) тепловыми нейтронами и их изменения $\Delta E_{\kappa} (M_{\mu}) = E_{\kappa}^{\delta} (M_{\mu}) - E_{\kappa}^{m} (M_{\mu})$ при делении быстрыми нейтронами. Отмечается, что измерения кинетической энергии зависят от масс осколков.

В таблице приведены значения изменений средней суммарной кинетической энергии осколков при делении тепловыми и быстрыми нейтронами ($\Delta E_{\kappa} = \overline{E}_{\kappa}^{\delta} - \overline{E}_{\kappa}^{T}$).

Изменения выходов и кинетических энергий осколков приписываются влиянию переходных состояний делящихся ядер.



Выходы осколков при делении U^{-233} (а) тепловыми нейтронами (сплошная линия) и нейтронами с энергией 430 кэв (Δ),630 кэв (O), I,I Мэв (+) и U^{-235} (б) тепловыми нейтронами (сплошная линия) и нейтронами с энергией IOO кэв (\Box), 260 кэв (Δ), 700 кэв (O) и I,3 Мэв (+).

Указаны типичные статистические ошибки при делении быстрыми нейтронами. Для тепловых нейтронов ошибки в 2 раза меньше.

- 5 -





Кинетические энергии осколков при делении *U-233* (a) и *U-235* (б) тепловыми нейтронами (сплошная линия) и изменения кинетических энергий ΔE_{κ} при делении быстрыми нейтронами (шкала справа):

 $U_{-233} - \Delta - U_{-235} - \Box - U_{-235} - U_{-235$

U -233 - Δ - 430 кэв, O - 630 кэв, + - 1,1 Мэв U -235 - \Box - 100 кэв, Δ - 260 кэв, O - 700 кэв, + - 1,3 Мэв. Указаны типичные статистические ошибки для E_{κ} при делении тепловыми нейтронами и для ΔE_{κ} при делении быстрыми нейтронами (при делении U-235 нейтронами с $E_n = 100$ кэв и $E_n = 700$ кэв ошибки для ΔE_{κ} в два раза при делении быстрыми нейтронами (при делении U-235 больше, чем указанные типичные ошибки).

Таблица

Ядро-мишень								
		U -233	······································		U -235			
∆Ел Мэв	0,43 <u>+</u> 0,06	0,63 <u>+</u> 0,06	I,I <u>+</u> 0,I	0,I <u>+</u> 0,08	0,26 <u>+</u> 0,06	0,7 <u>+</u> 0,06	I,3 <u>+</u> 0,I	
∆Ек кэв	300 <u>±</u> 80	250 <u>+</u> 80	215 <u>+</u> 80	60 <u>+</u> I60	- 30 <u>+</u> 80	140 <u>+</u> 160	60 <u>+</u> 80	

ПРОСТОЕ КВАЗИКЛАССИЧЕСКОЕ СООТНОШЕНИЕ ДЛЯ УГЛОВОЙ АНИЗОТРОПИИ ДЕЛЕНИЯ ЯДЕР НЕЙТРОНАМИ.

В.Г.Нестеров, Г.Н.Смиренкин, А.С.Тишин

Направлено в журнал "Ядерная физика"

Анализируется расхождение квантово-механических расчетов угловой анизотропии деления ядер нейтронами с известной квазиклассической формулой Халперна и Струтинского

$$\mathcal{A} = \frac{\ell_{max}^2}{8K_v^2} = \frac{5E_n}{8K_v^2} \tag{1}$$

Приводится простое полуэмпирическое соотношение для среднего квадрата углового момента ядра, основанное на классической зависимости $\ell_{max} = c \, V_{En}$

$$\overline{l(l+1)} = \frac{1}{2} (2,10 \sqrt{E_n} + 1)^2$$
(2)

Использование соотношения (2) приводит к следующему выражению для А :

$$A = \frac{\left(\frac{l}{\max + 1}\right)^2}{\frac{8}{K_o^2}} = \frac{\left(\frac{2}{10}\sqrt{E_K} + 1\right)^2}{\frac{8}{K_o^2}}$$
(3)

которое устраняет отмеченное выше расхождение.

.

На рисунке демонстрируется согласие вычислений K_o^2 по формуле (3) на основе экспериментальных данных об угловой анизотропии деления $\mathcal{P}_{\mathcal{U}}^{239}$ нейтронами с результатами квантовых расчетов Гриффина и расхождение последних с вычислениями K_o^2 по формуле (1).





Значения K_o² при делении Рu²³⁹ нейтронами, полученные в квантово-механических расчетах Гриффина - ▲, по формуле (I) - ш и по формуле (3) - O.

интегральные и дифференциальные сечения деления Th^{232} нейтронами.

С.Б.Ермагамбетов, В.Ф.Кузнецов, Л.Д.Смиренкина, Г.Н.Смиренкин

Доклад на Парижской конференции по ядерным данным, 1966 г."Ядерная физика" <u>5</u>, 257 (1966) Письма ЖЭТФ <u>5</u>, №1 (1967)

Измерен относительный ход сечения деления Th^{232} быстрыми нейтронами от 0,6 до 3,0 Мэв. Опыт выполнен с помощью многослойной камеры деления, в которую было загружено около 6 г окиси тория. Результаты измерений приведены на рис. I. В ходе интегрального сечения \mathcal{G}_{f} от 0,6 до I,2 Мэв, не изученного ранее, обнаружены нерегулярности, положение которых коррелирует с уровнями ядра Th^{232} , которые возбуждаются в результате неупругого рассеяния. Выполнена оценка $\mathcal{E}_{cutv} = 0,06 \pm 0,01$ Мэв, характеризующая кривизну барьера деления ядра Th^{233} .

Измерения дифференциальных сечений деления, иначе говоря, угловых распределений осколков, выполнены с помощью методики круглых стекол в диапазоне энергий нейтронов E_n от I,0 до 2,5 Мэв. Результаты измерений для угловой анизотропии деления $\frac{W(g)}{W(g0)}$ в виде сплошной кривой показаны на рис. I. На рис. 2 приведено распределение W(v) для $E_n = 1,60 \pm 0,02$ Мэв. Оно существенно отличается от результатов измерений Хенкеля и Бролли, ставших уже классической демонстрацией каналовых эффектов. Это изменило идентификацию преимущественного канала деления, ответственного за вид W(v), $CK'=\frac{3}{2}$ на $3/2^+$ (или $5/2^+$). Более подробный анализ нижайших каналов деления, участвующих в делении T_n^{232} нейтронами, привел к следующей последовательности K'': $I/2^+$, $3/2^-$, $3/2^+$ и т.д.





- - результаты настоящих измерений,
- 🔺 данные Хенкеля и Бролли.

КАНАЛОВИЕ ЭФФЕКТИ В ЭНЕРГЕТИЧЕСКОЙ ЗАВИСИМОСТИ V 11²³⁵ и Th²³²

Л.И.Прохорова, Г.Н.Смиренкин, Д.Л.Шпак

Доклад на Парижской конференции по ядерным данным, 1966 г.

В докладе приводятся результаты измерений зависимости среднего числа вторичных нейтро- \overline{V} , от энергии нейтронов E_n , вызывающих деление U^{235} и Th²³² нов

Измерения $ec{
u}$ проводились методикой отбора совпадений импульсов от $B^{\omega}\mathcal{F}_{\!\!3}$ -счетчиков в парафиновом блоке и помещенной внутрь него многослойной камеры деления.

Источником нейтронов была реакция T(p,n) на ускорителе Ван-де-Граафа. Измерения \overline{V} Th^{232} были выполнены в интервале энергий нейтронов от были выполнены в интервале энергий нейтронов от I,6 Мэв до 3,2 Мэв.

U 255.-V - в интервале энергий от 0,4 Мэв до 3,2 Мэв. Точность зна-Измерения U²³⁵ и около 2% для Th²³² чений 🗸 около 1% для

Проведено сравнение измеренного $\overline{\mathcal{V}}$ со значениями, вычисленными из величины средней кинетической энергии осколков в этой же энергетической области.

В целом измеренная зависимость \vec{v} от энергии нейтронов E_n , вызывающих деление », представляет собой некую ступенчатую кривую. В честности, на участке энергий

от I Мэв до 2 Мэв наклон $\frac{dV}{dEn}$ составляет 0,085 Мэв^{-I}, в то время как при более высоких энергиях нейтронов $\frac{dV}{dEn} \approx 0,16$ Мэв^{-I}.

Одним из возможных объяснений ступенчатой зависимости V от энергий нейтронов, вызывающих деление четно-четного компаунд-ядра U^{236} , могло бы быть наличие энергетической цели в спектре каналов деления U^{236} . Ступенчатая структура энергетической зависимости \vec{V} качественно хорошо согласуется с заключениями работы Струтинского В.М. и Павлинчука В.А. о влиянии эффектов спаривания нуклонов на спектр внутреннего возбуждения делящихся ядер.

Пунктирные прямые на рис. І соответствуют следствиям этой теории о наличии двух участков энергии возбуждения, где отличается в 1,5 раза.



Сравнение результатов данной работы U^{235} других авторов. с измерениями $\overline{\mathcal{V}}$



УГЛОВИЕ РАСПРЕДЕЛЕНИИ ОСКОЛКОВ ФОТОДЕЛЕНИЯ ВБЛИЗИ ПОРОГА.

Н.С.Работнов, Г.Н.Смиренкин, А.С.Солдатов, Л.Н.Усачев Физико-энергетический институт

С.П.Капица, Ю.М.Ципеньк

Институт физических проблем АН СССР им. С.И.Вавилова

Приводятся результати измерений угловых распределений осколков $\mathcal{W}(\mathcal{V})$ при фотоделении ряда ядер ($Th^{^{232}}$, $U^{^{233}}$, $Ru^{^{240}}$, $Ru^{^{242}}$, $Ru^{^{239}}$) фотонами тормозного излучения с максимальной энергией $E_{max} = 5 + 8$ Мэв, выполненные за последнее время. Эксперимент был поставлен на микротроне ИФП АНСССР с использованием методики регистрации осколков стеклами. Угловые распределения представлены в виде $\mathcal{W}(\mathcal{V}) = \alpha + \delta \sin^2 \mathcal{V} + C \sin^2 2 \mathcal{V}$ с использованием нормировки $\alpha + \delta = 1$. Выполнен анализ полученных результатов совместно с данными Каца и др. о сечении деления бу в духе модели О.Бора о переходных состояниях делящегося ядра. Связь между энергетическими зависимостями в/а (E^{*}) и. бу (E), где E-энер-

гия \mathcal{J} -квантов, а E^* -средняя энергия возбуждения по сечению деления и тормозному спектру, зависит от способа, которым определенное преимущественное значение проекции полного углового момента составного ядра на ось ядра K выделяется в процессе деления. Возможны два варианта: а) K фиксируется в течение времени значительно меньшего времени жизни составного ядра, но большего времени прохождения седловой точки и б) при энергиях возбуждения, близких к порогу деления, K сохраняется в состояниях компаунд-ядра, т.е. имеет определенное значение в течение всего времени жизни этих состояний.

Показано, что в случае а) точка E крит, в которой анизотропия деления начинает уменьшаться от максимального значения к нулю, должна лежать на величину $\Delta E = E_f - T_f$ выше T_f (E_f -истинный порог деления, а T_f -значение энергии, при которой делительная ширина сравнивается с радиационной), а в предположении б) должно выполняться равенство $E_{spum} = T_f$. Экспериментальные данные (рис. I) согласуются с предположение б): $E_{spum} \approx T_f$ во всех случаях, в то время как в предположение а) $\Delta E \approx 600 - 500$ крв.

Екрипп ≈ T_f во всех случаях, в то время как в предположение а) Δ E ≈ 600 - 500 кэв.
 Анализ фотоделения Pu²³⁹ также подтверждает гипотезу о существовании приближенного закона сохранения К при умеренных энергиях возбуждения.



Рис. І.

ВЛИЯНИЕ ОБОЛОЧЕЧНЫХ ЭФФЕКТОВ НА ЭНЕРГИЮ ЯДРА В ТОЧКЕ РАЗРИВА.

A.B. Mrharion

В работе изучается распределение масс, заряда, кинетической энергии и деформации осколков на основе вычисления энергии делящегося ядра в момент разрыва шейки. Для описания конфигурации ядра использована модель разделенных сфероидов, энергия которых вычисляется с учетом влияния оболочечной структуры на их деформируемость. Показано, что минимум энергии соответствует асимметричному делению для тяжелых делящихся ядер, симметричному для легких и трехгорбой кривой выхода масс для промежуточной области. Полученные результати достаточно хорошо описывают также распределение средних кинетических энергий и заряда осколков данной массы во всей области делящихся ядер.



Энергия точки разрыва в зависимости от отношения масс осколков. (§ в единицах энергии поверхностного натяжения делящегося ядра)

КИНЕТИЧЕСКИЕ ЭНЕРГИИ И ВЫХОДЫ ОСКОЛКОВ ПРИ ДЕЛЕНИИ УРАНА -233 И УРАНА-238 МОНОЭНЕРГЕТИЧЕСКИМИ НЕЙТРОНАМИ.

В.И.Сенченко, А.И.Сергачев, В.Б.Михайлов, В.Г.Воробьева, М.З.Тараско, Б.Д.Кузьминов

Направлено в журнал "Ядерная физика"

В работе исследовались распределения осколков по массам и кинетическим энергиям при делении U^{233} тепловыми нейтронами и нейтронами с энергией 0,43 Мэв и 2,6 Мэв и U^{238} нейтронами с энергией 2,5 и 7 Мэв. Экспериментальный метод заключался в одновременном измерении энергий дополнительных осколков при помощи кремниевых полупроводниковых детекторов. На рис. I показаны распределения осколков по массам при делении U^{233} тепловыми нейтронами и нейтронами с энергией 0,43 Мэв и 2,6 Мэв (а) и U^{238} нейтронами с энергией 2 Мэв, 5 Мэв и 7 Мэв (б).

На рис. 2 представлены изменения выходов осколков $\Delta Y = Y(E_n) - Y_o$, где в качестве Y_o для U^{233} приняты выходы осколков при делении тепловыми нейтронами, а для U^{238} нейтронами с энергией 2 Мэв. Отмечается, что изменения выходов при делении U^{233} и U^{238} различны и обсуждается влияние различных факторов на эти изменения.

Средние кинетические энергии осколков деления при рассматриваемых энергиях возбуждения меняются очень мало. Изменения кинетической энергии симметричных осколков с увеличением энергии возбуждения не выходят за пределы статистических ошибок измерений.





- U²³³ тепловыми нейтронами (•), нейтронами с энергией 0,43 Мэв (•) и 2,6 Мэв (+);

- U²³⁸ нейтронами с энергией 2 Мэв (*), 5 Мэв (°) и 7 Мэв (+).



Изменения выходов осколков ΔY при делении U^{233} нейтронами с энергией 2,6 Мэв (•), $Th^{230} + \ll 25,7$ Мэв (×) и $U^{238} - 5$ Мэв (•).

КОРРЕЛЯЦИИ РЕЗОНАНСНЫХ ПАРАМЕТРОВ ДЕЛЯЩИХСЯ ЯДЕР.

Е.В.Гай, Н.С.Работнов

В работе рассмотрены некоторые причины появления наблюдаемой корреляционной связи между разными случайными величинами, характеризующими нейтронные резонансы, и показано, что, зная коэффициент корреляции, можно оценить различие средних резонансных параметров для двух спиновых подсистем. Так, например, обычно предполагается, что средние значения величины ($2g \Gamma_{no}$) где $g = \frac{2J+1}{2(2I+1)}$ (J-спин резонансного уровня, I-спин ядра-мишени) от Jне зависят. Проведенный расчет дает:

$$\frac{(2g\Gamma_{no})_{i}}{(2g\Gamma_{no})_{2}} = \left(1 - \frac{R(1+\delta \alpha)}{\delta(1-\alpha)}\right) \left(1 + \frac{R(1+\delta \alpha)}{1-\alpha}\right),$$

где

$$\mathcal{L} = \frac{\overline{f_{f2}}}{\overline{f_{f2}}} ; \qquad \tilde{\mathcal{O}} = \frac{g_i}{g_2} ; \qquad R = \frac{\overline{f_f \cdot 2gf_{no}}}{\overline{f_f} \cdot 2gf_{no}} - 1 ,$$

усреднение в \mathcal{R} проводится по всем резонансам без различия спина, т.е. \mathcal{R} -непосредственно вычисляемая по экспериментальным данным величина. Однако о различии ($2g/r_{no}$); можно с уверенностью судить лишь при отрицательном коэффициенте корреляции r, т.к. положительное значение r может быть следствием пропускания уровней. Последний эффект использован для определения доли пропущенных резонансов. В пределах статистической точности экспериментальных данных для оценок можно пользоваться "средней" кривой, проведенной на рисунке I пунктиром.



Зависимость отношения наблюдаемой плотности уровней $< \rho > \kappa$ истинной плотности $\vec{\rho}$ от величины коэффициента корреляции τ между приведенной нейтронной и делительной ширинами. V_{τ} -число степеней свободы, χ^2 -распределения нейтронных ширин, V_{τ} -то же для делительных ширин

УГЛОВАЯ АНИЗОТРОПИЯ И ЭФФЕКТЫ ПАРНОЙ КОРРЕЛЯЦИИ НУКЛОНОВ ПРИ ДЕЛЕНИИ ЯДЕР.

Г.Н.Смиренкин, В.Г.Нестеров, А.С.Тишин

Направлено в журнал "Ядерная физика"

Сообщаются результаты анализа энергетической зависимости среднего квадрата проекции углового момента $\overline{K}^{2} = K_{o}^{2}$ делящегося ядра на ось разделения осколков с использованием данных об угловой анизотропии разлета осколков деления \mathcal{AL}^{239} нейтронами и $U^{233} = \sqrt{2} \sqrt{2} \sqrt{2}$ цами. Проведенный анализ зависимости $\overline{K}^{2}(E)$ позволил определить для ядра \mathcal{AL}^{240} в деформированном переходном состоянии критическую энергию фазового перехода $E_{NL} = 9,5 \pm 3$ Мэв и величину энергетической щели в спектре внутренних возбуждений $2\Delta_{o} = 1,5 \pm 0,3$ Мэв. Полученные значения существенно ниже последних данных об этих величинах. Показано, что масштаб отступлений K_{o}^{2} от ферми -газовой зависимости, обусловленных эффектами парной корреляции нуклонов, значительно меньше, чем принималось ранее.

1

ОТНОСИТЕЛЬНЫЕ ИЗМЕРЕНИЯ СРЕДНЕГО ЧИСЛА НЕЙТРОНОВ, ИСПУСКАЕМЫХ ПРИ ДЕЛЕНИИ U²³⁵ И U²³⁵ НЕЙТРОНАМИ С ЭНЕРГИЕЙ 0,08 – І МЭВ.

В.Ф.Кузнецов, Г.Н.Смиренкин

В работе исследовалась энергетическая зависимость отношения среднего числа вторичных нейтронов \overline{V} при энергии нейтронов, вызывающих деление $E_n \ltimes \overline{V}$ при $E_n = 0.4$ Мэв. Методика измерений изложена в работе $\gamma n. \alpha$. Вірткіпа et al, Mucl. Phys. 52,648 (1964). В качестве детектора вторичных нейтронов использовалась ионизационная камера со слоями Th^{232} . Измерения проведены для U^{235} в диапазоне E_n от 0.08 до I Мэв при интервалах ~ 0.1 Мэв, для U^{233} максимальная энергия нейтронов составляла 0.8 Мэв. Неопределенность в энергии первичных нейтронов во всех опытах не превышала <u>+</u> 60 кэв.

Излагается методика введения поправок в экспериментальные результаты. При рассмотрении поправок учитывались следующие эффекты: I) зависимость коэффициента пропорциональности между полным числом делений в диске делящегося вещества и числом делений в тонких слоях на границах диска от энергии первичных нейтронов, возникающих вследствие взаимодействия первичных нейтронов с ядрами диска и пространственного удаления точек диска, лежащих в плоскости, перпендикулярной пучку падающих нейтронов, от источника нейтронов; 2) зависимость эффективности регистрации вторичных нейтронов от изменяющейся энергии возбуждения делящегося ядра; 3) влияние тройной пространственной корреляции первичный нейтрон-осколок деления - вторичный нейтрон на эффективность регистрации вторичных нейтронов; 4) влияние изменения плотности делений по радиусу и толщине диска на эффективность регистрации вторичных нейтронов; 5) вклад эффектов мультипликации в полное число импульсов, зарегистрированных детектором вторичных нейтронов. Поправки для выбранных размеров системы оказались невелики (не более 0,3 %).

поправки для выоранных размеров систом сиссаннов новонных с но сели U^{235} и рис. 2 для Результаты эксперимента с учетом поправок приведены на рис. I для U^{235} и рис. 2 для U^{233} На рис. I треугольниками обозначены результаты, полученные ранее в работе $\mathcal{J}n. \mathcal{A}$. Вірикіпа et al. Nucl. Phys. 52,648 (1964) работь. Обращается внимание на структуру в ходе $\frac{V(En)}{V(0,4\,\text{MBE})}$, имеющую противоположный характер для того и другого изотопов.





ЭНЕРГЕТИЧЕСКАЯ ЗАВИСИМОСТЬ \overline{V} и БАЛАНС РЕАЛИЗУЮЩЕЙСЯ ЭНЕРГИИ ПРИ ДЕЛЕНИИ U^{235} и U^{235} НЕЙТРОНАМИ.

В.Ф.Кузнецов, Г.Н.Смиренкин

Настоящая работа посвящена исследованив вопроса о возможности абсолютизации результатов относительных измерений среднего числа вторичных нейтронов при делении U^{233} и U^{235} нейтронами с энергией $E_n \leq I$ Мэв с помощью привлечения данных по средней кинетической энергии осколков деления \overline{E}_{κ} . Анализируется энергетический баланс при возбуждении делящегося ядра тепловными и бистрыми нейтронами с помощью привлечения данных относительных измерений \overline{V} (E_n) и $\Delta \overline{E}_{\kappa}$ (E_n) = \overline{E}_{κ} (E_n) - $\overline{E}_{\kappa}^{T}$, где E_{κ} (E_n) и $\overline{E}_{\kappa}^{T}$ - средние кинетические энергии осколков соответственно при делении нейтронами с энергией E_n и тепловыми нейтронами. В предположении неизменности кривой выхода масс и зарядов Y (M,Z) в диапазоне энергий нейтронов от 0 до I Мэв уравнение баланса энергии записывается в виде:

 $\vec{V}(E_n) = \vec{l} + \alpha [E_n - \Delta \vec{E}_k (E_n)]$, где \vec{u} -средняя энергия отделения нейтрона из осколков. Обично считается, что $\alpha \approx 0, 14$ Мэв⁻¹. Это уравнение можно связать с величиной $R = \overline{V}(E_n)/\overline{V}(\tilde{E}_n)$, определяемой в относительных измерениях. (Кузнецов В.Ф., Смиренкин Г.Н. "Атомнея энергия", вып. 5, 1967 г.): $R(E_n, E_n) = \frac{V_r}{V(E_d)} + \frac{\alpha}{V(E_n)} \left[E_n - \Delta E_K(E_n) \right].$ Подставляя для одних и тех же E_n денные по R (E_n, E_n) и ΔE_K (E_n), получаем систе-му уравнений с неизвестными козффициентами $\frac{V_r}{V(E_n)}$ и $\frac{\alpha}{V(E_n)}$, определяемыми методом наименьших квадратов. В результате определения этих коэффициентов получаем возможность по 7 иля U²³³ и U²³⁵ внчислить V (En) - среднее число нейтронов деления при опорной энер- \widetilde{E}_n - необходимое для перевода относительных значений $\overline{V}(E_n)/\overline{V}(\widetilde{E}_n)$ в абсолютные знагяя чения. По определенным таким образом значениям \overline{V} (*En*) и данным по $\Delta \overline{E}_{\kappa}$ (*En*) произво-дится проверка предположения о неизменности \overline{Y} (*M*, *Z*). В этом случае уравнение баланса энергии принимает вид: $\Delta Mc^2 = -[E_n - \Delta E_{\kappa}(E_n)] + \frac{\overline{Y}(E_n) - \overline{Y}}{\alpha}$, где ΔMc^2 -изменении ∆ *Мс² –*изменение кривой Y (M, Z), выраженное в энергетических единицах. Анализ показал, что в случае U²³⁵ ΔMc^2 имеет среднее значение \approx -0,3 Мэв в диапазоне от 0,08 до I Мэв; для U^{233} - AO $\Delta Mc^{8} \equiv 0$, при $E_{n} = 0,6$ и 0,7 Мэв ΔMc^{2} заметно отклоняется от этого значе-0,5 Мэв ния. Учет этих отклонений привел к значениям $\overline{\nu}$ (\widehat{E}_n) = 2,494 для U^{235} , что прекрасно согласуется с \vec{v} (\vec{E}_n) = 2,491 ± 0,007 определенным прямым сравнением с \vec{V}_r в работе

Jn.a. Bljmkina et al, Nucl. Phys. 52,648 (1964).

Для U^{-2} экомение \overline{V} (\widetilde{E}_n) оказалось равным 2,462. Анализируются возможные ошибки определения \overline{V} (\widetilde{E}_n) с помощью изложенного метода абсолютизации.

Абсолютные значения \vec{v} (E_n) сравниваются с данными других работ. Обсуждаются результаты измерений с точки зрения влияния каналовых эффектов на \vec{v} (E_n) и $\Delta \vec{E}_{\kappa}$ (E_n). В таблице приводятся значения \vec{v} (E_n), полученные по результатам работы (В.Ф.Кузнецов, Г.Н.Смиренкин. "Атомная энергия", вып. 5, 1967 г.) и настоящей. В приводимые данные включено среднее число запаздывающих нейтронов 0,016 для U^{235} и 0,007 для U^{233} . Величина \vec{v}_r при пересчете данных относительных измерений принималась без ошибки, которур в необходимых случаях следует учитывать.

Таблица

Значения \vec{v} (*En*.) U^{233} и U^{235} , полученные абсолютизацией результатов относительных измерений (В.Ф.Кузнецов, Г.Н.Смиренкин. "Атомная энергия", вып. 5, 1967 г.)

En, Mob	⊽(En)U ²³³	√ (En) U ²³⁵	
0.08	2.489 + 0.030	2.456 + 0.022	
0,00		2,439 + 0.024 [*])	
0,20	2,467 <u>+</u> 0,03I	2,523 ± 0,025	
0,30	2,442 <u>+</u> 0,027	2,511 <u>+</u> 0,023	
0,31	-	2,483 <u>+</u> 0,022 ^{*)}	
0,40	2,462 <u>+</u> 0,025	2,491 <u>+</u> 0,017	
0,50	2,472 <u>+</u> 0,027	2,486 <u>+</u> 0,022	
0,55	-	2,44I ± 0,022 ^{*)}	
0,60	2,49I <u>+</u> 0,028	2,478 ± 0,021	
0,67		$2,471 \pm 0,022^{*}$	
0,70	2,516 <u>+</u> 0,029	2,476 <u>+</u> 0,022	
0,78	-	2,471 \pm 0,025 \times	
0,99	-	2,503 <u>+</u> 0,029 ^{*/}	
		· · · ·	

Звездочкой помечены результаты \sqrt{V} (E_n), полученные с использованием сцинтилляционного детектора вторичных нейтронов (см. Jn. A. Blymkina et al,

Nucl. Phys. 52,648 (1964)).

спектры частиц при неупругом рассеянии.

В.С.Ставинский

Вычислена форма спектра и ее характеристики для неупругого рассеяния нейтронов в случае, когда распределение частиц по энергии далеко от равновесного.

Состояния остаточного ядра классифицируются по числу возбужденных пар частица-дырка. Показано, что плотность уровней, отвечающая конфигурации с данным числом возбужденных пар выражается n-или членом разложения функции $Sh\left(\beta f\right)$, где β -плотность одночастичных состояний вблизи поверхности Ферми, f-энергия возбуждения. Получены выражения для зависимости среднего числа возбужденных пар и дисперсии этой величины в зависимости от энергии возбуждения. Отклонения от среднего оказываются довольно большими и составляют, например, 40% для $\beta = 5$ и f = 5.

Очевидно, что при достаточно большом числе возбужденных частиц форма спектра определяется в основном функцией $Sh\left(\beta f\right)$, которая для больших аргументов $\sim e^{\beta f}$, т.е. напоминает равновесный спектр с постоянной "температурой" $T = \frac{1}{\beta}$. Для ядер промежуточного веса ($A \approx 100$) $T \approx 0, I$, что значительно меньше наблюдаемой температуры.

Приведенные расчеты показывают, что анализ только формы спектра неупруго рассеянных нейтронов недостаточен для оценки вклада прямых процессов в реакцию (n, n').

CHEKTPH HEYMPYTO PACCESHHEX HEMTPOHOB HA SUPAX $\mathcal{T}h^{232}$, U^{235} in U^{238} .

О.А.Сальников, Н.И.Фетисов, Г.Н.Ловчикова, Г.В.Котельникова, В.Б.Ануфриенко, Б.В.Девкин

В работе измерялись спектры вторичных нейтронов, образующихся при взаимодействии нейтронов с энергией I4, I Мэв с делящимися элементами, а именно \mathcal{Th}^{232} , U^{235} и U^{238} . Измерения проводились на спектрометре по времени пролета в кольцевой геометрии. Угол рассеяния составлял 92⁰, пролетная база 2 м. Разрешение спектрометра 4 нсек/м.

Спектры вторичных нейтронов измерены в интервале энергий от 0,17 Мэв до 14 Мэв. Заметный вклад в них составляют нейтроны деления. Полученные после вычитания нейтронов деления спектры испарения позволяют определить ядерные температуры \mathcal{T} и параметры плотности ядерных уровней, \mathcal{C}_{p} для исследованных элементов. Результаты представлены в таблице.

Вычисленный по температурам параметр плотности ядерных уровней для U хорошо совпадает с данными работы А.В.Малышева (ЖЭТЪ, <u>45</u>, 316, 1963), где этот параметр определялся из анализа нейтронных резонансов. Данные по \mathcal{Th}^{232} носят предварительный характер.

Ядро	Th ²³²	U ²³⁵	U ²³⁸	
Τ, Мэв	0,82 <u>+</u> 0,05	0,86 <u>+</u> 0,06	0,7I <u>+</u> 0,03	
Ω _р Мэв ⁻¹	I9,5	18,6	26,5	

Таблица

РАДИАЦИОННЫЙ ЗАХВАТ НЕЙТРОНОВ ПРИ СИНТЕЗЕ ТЯЖЕЛЫХ ЭЛЕМЕНТОВ.

В.С.Шорин, С.П.Капчигашев, В.Е.Колесов

Направлено в журнал "Ядерная физика"

По современным представлениям образование тяжелых элементов связано с процессами радиационного захвата нейтронов с энергиями IO - IOO кэв в звездах: медленным S -процессом на стадии красных гигантов и быстрым \mathcal{V} -процессом при взрывах сверхновых звезд. Модель

S-процесса предсказывает существование корреляции между сечениями захвата нейтронов блу и распространенностью тяжелых элементов Ns . С целью проверки этого предсказания были получены величины Ns блу для 22 "экранированных" ядер,т.е. образованных только в

S -процессе. Для 9 ядер привлекались экспериментальные данные по сечениям радиационного захвата, полученные на спектрометре по времени замедления нейтронов в свинце и с помощью детектора Моксон-Рэя. Для остальных ядер сечения захвата нейтронов считались по статистической теории ядерных реакций с использованием оптической модели для расчета нейтронных проницаемостей. Средние расстояния между уровнями \mathfrak{D}_o вычислялись на основе параметра плотности уровней " α " с учетом группировки вырожденных одночастичных уровней.

Параметры, использованные при расчете сечений радиационного захвата приведены в таблице I. В таблице П приводятся сечения захвата нейтронов G_{ng} , распространенности N_s и величины $f = N_s G_{ng}$ для экранированных ядер. Величины N_s основаны на данных по химическому составу метеоритов. Полученные результаты подтверждают плавное поведение функции

f(A) и оказались в 2 - 3 раза ниже предполагавшихся ранее. Величины $N_{s} G_{nf}$ были взяты при энергии нейтронов 25 кэв (3.10^8 °K). Как показано на рис. I, выбранная температура приводит к хорошему согласию величин $N_s G_{nf}$ для соседних ядер Os'^{86} и Os'^{8f} , поведения сечений захвата к-рых существенно отличаются из-за конкуренции радиационному захвату со стороны неупругого рассеяния на возбужденном уровне $3/2^-$ ядра Os'' с энергией 9,8 кэв. Исходя из плавного поведения функции f(A) были выделены вклады S и V-процессов в распространенность ядер, образованных в смешанной цепи захватов. Полученные данные для

r -процесса удовлетворительно описываются теоретической кривой Клэйтона и Фаулера (Annals of Physics, <u>16</u> (1961) 51), однако относительный вклад r -процесса оказался более значительным.

<u>Таблица I</u>

Ядро мишень	Гг (мэв)	а (мэв-І)	<i>U</i> (Мэв)	Д, (эв)	До /2лГр
Ru	I 7 0	14.2	5.31	1050	985
Pd 104	150	16,2	5,82	498	527
Cd "	130	17,5	5,67	I22	I50
Xe'2	100	15,4	5,79	392	624
Xe ¹³⁰	100	I4 , 5	5,48	934	I480
Nd 142	80	I4 ,7	4,87	2030	3200
Gd' "	95	21,5	5,54	29,7	49,8
Dy"	95	2I , I	5,87	21,5	36
Y6""	75	I9 , I	6,00	32,6	49,3

Статистические параметры, используемые при расчете сечений захвата

Ядро- мишень	Гу (мэв)	α (Məb ^{-I})	U (Мэв)	Д, (эв)	D_/2.15 [7
<i>Os</i> ⁽⁸⁶)	60	T8 .7	5.66	II3	300
0s."	60	18,7	6,17	56	I49
Pt 192	80	18,8	5,40	161	320
Нд' ⁹⁸	150	I4 , 0	6 , 0I	IIIO	1180

Продолжение таблицы І

Таблица 2

Распространенности N_S , экспериментальные и рассчитанные сечения радиационного захвата нейтронов G_{n_F} при 25 кэв и произведение ($N_S G_{n_F}$) для экранированных ядер

Ядра	Изотопный состав, %	Ns (atom/10 ⁶ at. Si)	Блг (25 кэв) Мо	Ns 6ns
Sr ⁸⁶ Sr ⁹⁶ Ru ¹⁰⁰ Pd ¹⁰⁰ Cd ¹⁰⁰ Sr ¹²⁴ Xe ¹³⁰ Xe ¹⁴⁸ Sm ¹⁵⁴ Sm ¹⁵⁴ Dy ¹⁷⁰ Hf ¹⁸⁶ OS ¹⁸⁷⁷ Pf ¹⁹⁸ Pf ²⁰⁴	9,86% 7,02% 16,5% 12,62% 10,97% 12,32% 14,30% 4,74% 1,919% 4,08 % 27,11% 11,24% 7,44% 2,23% 2,294% 3,14% 5,20% 1,59% 1,64% 0,78% 10,02% 1,37%	$I,75$ $I,07$ $.416$ $.17$ $.139$ $9,86.10^{-3}$ $.187$ $2,94.10^{-2}$ $3,07.10^{-2}$ $6,53.10^{-2}$ $.18$ $2,58.10^{-2}$ $I,71.10^{-2}$ $7,36.10^{-3}$ $7,I.10^{-3}$ $5,65.10^{-3}$ $9,51.10^{-3}$ $I,12.10^{-2}$ $9,6.10^{-3}$ $6,24.10^{-3}$ $6,25.10^{-3}$ $(3,7-698)10^{-3}$	$\begin{array}{c} 87 \pm 17 \\ 126 \pm 25 \\ 100 \pm 20 \\ 192 \\ 313 \\ 727 \\ 116 \pm 23 \\ 160 \pm 32 \\ 326 \\ 160 \\ 68 \\ 293 \pm 58 \\ 420 \pm 80 \\ 1120 \\ 1310 \\ 945 \\ 800 \pm 160 \\ 400 \\ 460 \\ 392 \\ 176 \\ 124 \pm 25 \end{array}$	

Примечание:

а) для экспериментальных величин сечений указаны ошибки (± 20%); б) распространенности Sr^{87} , $H_f''^{176}$ и Os'^{187} исправлены с учетом вкладов от радиоактивного распада изотопов Rb'^{87} ($T_{\beta} = 4, 6.10^{10}$ лет), Lu'^{176} ($T_{\beta} = 2, 1.10^{10}$ лет) и Rt'^{187} ($T_{\beta} = 4, 3.10^{10}$ лет)



Произведение сечения захвата на распространенность для изотопов $Os^{'86}$ и $Os^{'87}$ в зависимости от энергии нейтронов.

ВИХОДИ РАДИОАКТИВНИХ ИЗОТОПОВ В ЯДЕРНИХ РЕАКЦИЯХ НА ЦИКЛОТРОНЕ.

П.П.Дмитриев, И.О.Константинов, Н.Н.Краснов

В процессе разработки методов получения радиоактивных изотопов на циклотроне ФОИ измерены выходы 33-х изотопов, образующихся в реакциях с протонами, дейтонами и dd-частицами. Ниже приведена таблица способов получения и выходов изотопов для $E_{P}=22$ Мэв, Ed=21 Мэв и $E_{d}=42$ Мэв. Погрешность в определении выходов составляет \pm 15% для всех изотопов, кроме Al^{26} и Mo^{33} , для которых она достигает \pm 50% вследствие трудностей, связанных с выделением и измерением очень малых активностей. Все значения выходов указаны для естественной смеси стабильных изотопов исходных элементов мишеней.

<u>Таблица</u>

Получаемый изотоп	Период полурас- пада	Метод полу- чения	Тип реакции	Выход <u>мккюри</u> мка.ч.
		$\int di + p$	(pn)	185
Be	53 дня	Li+d.	(dn); (d2n)	60
Na ²²	2,62 дня	Mg + p Mg +d	(pa), (pan) (da), (dan)	0,45 3,5
Al ²⁶	7,38.10 ⁵ лет	Al + p Mg+d	(pp n), (p 2n) (dn), (d2n)	15.10 ⁻⁶ 2,3.10 ⁻⁶
		Мд + 2 Мд + р	(22n), (23n) (2 pn), (2p2n) (pn)	6,4.10 ⁻⁶ 5,7.10 ⁻⁶
Ti#	47,3 года	Sc + p	(p2n)	0,18
میں بین کرنے میں کرنے میں کرنے کا ^{رو} ر میں کرنے کا ^{رو} ر میں کرنے کا ^{رو} ر میں کرنے کا رو		TL +p TL +α	(pn), (p2n) (dn), (d2n).	570
T 7 ⁴⁸	-	æ	(d3n)	290
V	1,6 дней	li+d	(L2N), (L3N) (LpN), (LpN)	12,3
		Ti+p	(pn), (p2n)	3,2
V^{ug}	330 дней	Ti+d	(dn), (d2n), (d3n)	8,3
		V+p	(pn)	520
ci.		V+d	(d.2n)	470
(r"	27,8 дня	Cr. + p	(p2n), (ppn)	160
		Gr+d	(dn), (d3n) (dp), (dt)	19
		Ge + p	(pn), (p2n), (p3n)	465
-		Cr+d	(d2n), (d3n)	460
·Mn²²	5,7 дня	V+~	(d3n)	78
		l'z +d	(dpn)	I2
		Mn+d	(dt)	2,7
		Mn+p	(pp n)	21
54		Cr + p	(pn)	0,45
Mn ³⁴	ЗІЗ дней	lir+d	(dn), (d2n)	Ι,9
		te+d	(dzp), (da), (dan)	2,8

.

		V+d	(Ln)	I ,7
Mn ⁵⁴	313 дней	Gr + L	(dpn), (dp2n)	5,8
		Mn + p	(p n)	9
		Mn+d	(d2n)	8 , I
Fe''	2,7 года	Cr+d	(an), (a2n), (23n)	0 ,7 2
		Ni + p	(pd)	0,3
	:	Fe + p	(pn), (p2n)	74
5(Fe+d	(d2n), (d3n)	42
Co"	77,3 дня	Mn+2	(L3N)	.2,9
		Fe+d	(22n), (2pn)	2,4
		Ni + p	(p2n), (ppn), (p2p)	<u></u>
- 57			(p &)	35
Co	267 дней	Fe+d	(dn), (d2n)	12
		Ni + L	(dan), (dap)	2,7
		Fe+d	(an), (asn), (ap)	
			(«p2n)	2,1
C . 58	71.2	<i>Co</i> + p	(pp n)	115
<i>a</i>	(1,) дня	Fe+2	$(\alpha pn), (\alpha p2n)$	28,5
77.65		Cu + p	(p <i>n</i>)	15
Ln	245 дней	Cu+d	(d2n)	18
		Cu + L	(22n), (2pn)	8,5
		Zn + p	(pn), (p2n)	500
		Zn+d	(dn), (d2n),(d3n)	330
(-a ⁶⁷		Zn + L	(an), (a3n), (ap)	
ou	78 часов	C · · ·	(a p 2n)	280
			(&2N)	160
GP 68	<u> </u>	Gat + p	(p2n)	I5
02	соо днеи	En+d	(d2n), (d3n)	2 , I

		Ge + p	(pn), $(p2n)$	33
As ^{1s}	76 дней	Ge + d	(dn), (d2n), (d3n)	26
a 74		Ge + p	(p <i>n</i>)	170
As''	18,0 дней	Ge + A	(dn), (d2n)	215
Se ⁷²	8,6 дня	Ge+d	(22n)	19,5
C 85		R6 + p	(pn)	50
J2	64 дня	R6+d	(dzn)	60
т т87		Sz+p	(pn), (p2n)	1750
g^{*}	80 часов	Sz+d	(dn), (d2n)	390
·	-	Rb+d	(22n)	365
T 788		Sz+p	(p <i>n</i>)	70
y^*	105 дней	Sz+d	(dn), (d2n)	60
		Zı+d	(da), (dan)	Ι,6
M ₉ 3	2600 лет	Nb+p	(pn)	4,1.10
		Nb+d	(dzn)	6.10
D (103	· · ·	Rh + p	(p n)	245
Pd	17 дней	Rh + d	(d2n)	340
C 1109	•	Ag+p	(p n)	5 , I
Ld.	416 дней	Ag + d	(dzn)	6,6
		Ag + 2	(22 <i>n)</i> , (2p <i>n</i>)	2,2
Sn"³	II8 дней	Cd+d	(Ln), (L2n)	2,0
C 139		La + p	(pn)	10,5
u	140 дней	La+d	(d2n)	38
C (151		Eu + p	(pn)	3,4
Gd	120 дней	Eu + d	(d2n)	16,8
147 181	T-00	Ta+p	(pn)	3,3
W	130 дней	Ta+d	(dzn)	I2,4

Продолжение таблицы

.

		<i>Pt</i> + p	(pn), (p2n)	4
Au.'95	192 дня	Pt+d	(dn), (d2n), (d3n)	5,8
		Pt+de	(23n), (2p2n)	1,9
D. 205	15 3 ли ой	Рв+р	(p2n), (P3n)	90
<u> </u>	19,5 днеи	P6+d	(dn), (d3n)	35
0.206		Рв+р	(pn), (p2n), (p3n)	230
ВL	6,24 дня	Pb+d	(d2n), (d3n)	215
	1 _,	P6+p	(pn), (p2n)	0,20
Bi ²⁰⁷	28 лет	P6+d	(dn), $(d2n)$	
			(d3n)	0,21

Продолжение таблицы

ИНСТИТУТ ТЕОРЕТИЧЕСКОЙ И ЭКСПЕРИМЕНТАЛЬНОЙ ФИЗИКИ

полные нейтронные сечения изотопа ₃₀Гh²³⁰ в области энергий (0,02 ÷ 50) эв.

С.М.Калебин, Р.Н.Иванов, П.Н.Палей, З.К.Каралова, Г.М.Кукавадзе, В.И.Пыжова, Н.П.Шибаева, Г.В.Руколайне

Для исследования полных нейтронных сечений химическим путем выделен и очищен от примесей изотоп Th^{230} в количестве IO5 мгр. Чистота приготовленного образца установлена с помощью масс-спектроскопического анализа. Измерения нейтронных сечений выполнены на механическом прерывателе, подвещенном в магнитном поле. Результаты представлены на рис. I, 2.



энергий.





Полные нейтронные сечения тория-230 в области энергий (0,02 \div 50) эв. Толщина образца $n = 1,72.10^{21} \text{ат/см}^2$

В исследуемой области энергий обнаружено 9 уровней (см. таблицу).

	, 			· ····································	
過過	Еэв	Fr (MB)	Гп (мв)	[n 10"	
I	I,I07 <u>+</u> 0,006	(28 <u>+</u> 2) ^x)	0,0018 <u>+</u> 0,0002	0,017 <u>+</u> 0,00 2	р -резонанс
2	I,431 <u>+</u> 0,007	27,8+2	0,190+0,005	I,59 <u>+</u> 0,05	
3	2,39 <u>+</u> 0,008	(28 ± 2)	0,0095 <u>+</u> 0,001	0,06I <u>+</u> 0,007	р -резонанс
4	7,80 <u>+</u> 0,05	26,4+4	I,55 <u>+</u> 0,05	5,5 <u>+</u> 0,I	
. 5	17,40 <u>+</u> 0,08	23,I <u>+</u> 4	5,I <u>+</u> 0,2	I2,2 <u>+</u> 0,I	
6	24,0 <u>+</u> 0,12	26,8 <u>+</u> 8	4,60 <u>+</u> 0,12	9,4+0,2	
7	3 I,9 <u>+</u>0, 2	2I ,0<u>+</u>8	I,40 <u>+</u> 0,05	2,50 ± 0,1	
8	39,2 ± 0,3	27,0 <u>+</u> I0	3,2 <u>+</u> 0,2	5,I <u>+</u> 0,3	
9	47,5 <u>+</u> 0,35	26,0 <u>+</u> II	2,2 <u>+</u> 0,I	3,2 <u>+</u> 0,2	

х) Значения Г, взятые в скобки, не вичислялись, а были приняты.

Среднее расстояние между уровнями $\mathcal{D} = (7,67 \pm 0,3)$ эв, силовая функция $S_{o} = (0,74 \pm 0,05) \cdot 10^{-4}$. Полное нейтронное сечение в тепловой точке для $Th^{2.30}$ равно 70 ± 3 барна; сечение потенциального рассеяния равно I3 ± 3 барнам. Отмечается хорошес совпадение энергий уровней изотопа тория-230 с положением нейтронных уровней у гафния.

ИССЛЕДОВАНИЕ АСИММЕТРИИ ИЗЛУЧЕНИЯ И ЯДЕРНОГО МАГНИТНОГО РЕЗОНАНСА /З -АКТИВНИХ ЯДЕР, ОБРАЗОВАННИХ ПРИ ЗАХВАТЕ ПОЛЯРИЗОВАННЫХ ТЕПЛОВИХ НЕШТРОНОВ.

А.Д.Гулько, С.С.Тростин, А.Худоклин

В работе описывается установка и приводятся результаты исследования асимметрии излучения и ЯМР поляризованных / -активных ядер. Поляризованные ядра образуются при облучении неполяризованной мишени поляризованными тепловыми нейтронами. Установка позволяет проводить исследования при различных температурах мишени вплоть до гелиевых. Подробно рассматривается физическая основа изучаемого явления и связь экспериментально наблюдаемой формы линии ЯМР с естественной, определяемой локальными полями.

I. Для ряда изотопов определена вероятность $W_{J_0} \pm \frac{1}{2}$ захвата теплового нейтрона ядром мишени с образованием возбужденного состояния со спином $J_0 \pm \frac{1}{2}$ (J_0 -спин ядра мишени). Измерена поляризация P β -активных ядер в основном состоянии. Результаты представлены в таблице.

Таблица

	Li ⁸	F ²⁰	Ag '08	Ag" ^o	Cu ⁶⁶	
J . + 1/2	2-	I +	I -	I -	2 -	
WJ.+1/2, %	100	▶ 42	≥24	(x ₀₀₁	≥28	
Ρ,%	40	20	10	10	3	

x) Сечение реакции Ag¹⁰⁹+n в тепловой области полностью определяется резонансом 5,2 эв со спином I⁻. 2. Получены значения магнитных моментов основных состояний ядер Li^8 и F^{20} :

$$(\mathcal{M}_{Li^{9}}) = I,6530 \pm 0,0008$$
 яд.магн.
 $(\mathcal{M}_{F^{20}}) = 2,0925 \pm 0,0009$ яд.магн.

3. Наблюдалось увеличение асимметрии 13-излучения ядра F^{20} и изменение формы кривой ЯМР в монокристалле CaF_2 при понижении температуры образца до гелиевой.

4. Показано, что системы поляризованных β -активных ядер Ag''^{os} и Ag''^{o} в кристаллических образцах $Ag\mathcal{U}$ состоят из двух подсистем — одной с большим временем релаксации, а другой с малым. Обсуждается механизм релаксации этих ядер.

ИНСТИТУТ ФИЗИКИ АН УССР

РОЗМОЖНОСТЬ ПРОТЕКАНИЯ (*n*, *p*)-РЕАКЦИЙ НА ТЕПЛОВИХ НЕЙТРОНАХ ДЛЯ НЕЙТРОНОДЕФИЦИТНИХ ЯДЕР.

А.Ф.Дадакина, Л.А.Головач

Представлено на ХУП ежегодном совещании по ядерной спектроскопии и структуре ядра

В работе рассчитаны и приведены значения Q (n, p) -реакций. Рассчитаны и приведены также козффициенты проницаемостей потенциальных барьеров для протонов из (n, p)-реакций. Расчет проницаемостей проведен в квазиклассическом приближении для переходов в основное состояние конечного ядра, с учетом центробежного барьера и ядерного потенциала:

$$V(z) = \frac{-(53,8-0,33E)}{1+exp \frac{1-1,25A^{12}}{265}}$$

Значения Q (n, p)-реакций для нейтронодефицитных ядер превышают значения Q для стабильных ядер. Проницаемости барьеров для этих ядер значительно выше, чем для стабильных ядер, поэтому для нейтронодефицитных ядер можно ожидать повышенной вероятности вылета протонов из составного ядра при захвате теплового нейтрона.

На рисунке приведены значения натуральных логарифмов коэффициентов проницаемости в зависимости от массового числа ядра-мишени для нечетно-нечетных ядер-мишеней.



УРОВНИ СОСТАВНЫХ ЯДЕР, ВОЗНИКАЮЩИХ ПРИ ЗАХВАТЕ МЕДЛЕННЫХ НЕЙТРОНОВ ИЗОТОПАМИ ОСМИЯ 187, 188, 189.

В.П.Вертебный, М.Ф.Власов, А.Ф.Дадакина, Р.А.Зацерковский, А.Л.Кирилюк, М.В.Пасечник, Н.А.Трофимова

Представлено на XУП ежегодном совещании по ядерной спектроскопии и структуре ядра. Харьков, 1967 год.

С помощью механического прерывателя в интервале энергий 0,004 - 300 эв при разрешениях 0,2 мксек/м и 6 мксек/м измерены пропускания образцов, обогащенных изотопами осмия 187, 188 и 189, и образца природного обмия. Установлена принадлежность уровней изотопам:

Оз ¹⁸⁷ (Еовэв)	Оз' ⁸⁸ (Ео в эв)	<i>Оз'¹⁸³</i> (Е _о вээ)
I27 <u>+</u> 0,3	83 <u>+</u> 4	8,95 <u>+</u> 0,I5
20,3 <u>+</u> 0,5 (?)		I0,4 <u>+</u> 0,2
24,0 <u>+</u> 0,7		I8,8 <u>+</u> 0,5
25,5 <u>+</u> 0,8 (?)		22 <u>+</u> 0,6
39,2 <u>+</u> I,4		28 <u>±</u> I
44 <u>+</u> 2		
50 <u>+</u> 2		
65 <u>+</u> 3		

СЕЧЕНИЕ РАДИАЦИОННОГО ЗАХВАТА БИСТРИХ НЕИТРОНОВ ИЗОТОПАМИ \mathcal{T}_{i}^{so} и V^{si} .

Г.Г.Заикин, И.А.Корж, Н.Т.Скляр, И.А.Тоцкий

Направлено в журнал "Атомная Энергия"

Методом активации измерен энергетический ход сечения радиационного захвата быстрых нейтронов изотопами \mathcal{T}_{ι}^{so} и \mathcal{V}^{sf} в интервале энергий I80 кэв - 2600 кэв. Сравнивались активности образцов, облученных потоками быстрых и тепловых нейтронов. Опорными сечениями были сечение деления U -235 быстрыми нейтронами, сечение активации изотопов \mathcal{T}_{ι}^{so} и \mathcal{V}^{sf} тепловыми нейтронами и сечение деления U -235 тепловыми нейтронами.

В таблицах I и 2 представлены результаты измерений. В таблице 3 приведены используемые сечения деления U-235.
Елкэв	I80 <u>+</u> 73	285 <u>+</u> 65	5I0 <u>+</u> 60	I220 <u>+</u> 85	I42	5 <u>+</u> 85	I	625 <u>+</u> 85	5	1830 <u>+</u> 90	C	2030 <u>+</u> 9	90
Ба мо	0,89 <u>+</u> 0,09	0,63 <u>+</u> 0,07	0,70 <u>+</u> 0,07	0,65 ± 0,05	5 0 ,7	8 <u>+</u> 0,0	70	,48 <u>+</u> 0	,06	0,5I <u>+</u> 0	,06	0,37 <u>+</u> (,04
	nga ng pangan ginta ng paggan ng Bakh Banga	,		uren e Ar-eno-engrunnenenen		*****				Табли	ца 2	V .	
Еп кэв ба ио Еп кэв	187 ± 67 7,11 ± 0,45 1626 ± 86	293 ± 57 4,92 ± 0,31 1830 ± 90	409 ± 53 3, 18 \pm 0, 20 2030 \pm 90 0, 08 \pm 0, 06	520 ± 50 ' 2,II ± 0,I3 2220 ± 90	806 I,65 2610	± 86 ± 0,12 ± 110	I ! I	016 <u>+</u> 84 56 <u>+</u> 0	4 ,10	I220 ± 8 I,39 ± 0	5 ,08	I425 ± 8 I,35 ± (35 0,09
6a µ 0	1,33 <u>+</u> 0,09	1,07 <u>+</u> 0,09	0,98 ± 0,06	1,05 ± 0,06	1,10	<u>+</u> 0,07				Tao	<u>лица 3</u>		
Еп кэв	180	290	410	510	810	1020	1220	I420	 I620	I830	2030	2220	2
6+ GaDH	I,45	I , 32	I,26	1,22	I,I7	I,26	I,27	I,27	I,27	I,27	I,30	I,30	I

Таблица I $7i^{50}$.

.

- 35 -

УПРУГОЕ РАССЕЗНИЕ НЕЙТРОНОВ С ЭНЕРГИЕЙ 1,5 МЭВ НА ЯДРАХ СРЕДНЕГО АТОМНОГО ВЕСА.

И.А.Корж, Н.М.Правдивый, В.А.Мищенко, И.Е.Санжур, И.А.Тоцкий

Направлено в "Украинский физический журнал"

На электростатическом ускорителе Института физики АН УССР проведены измерения дифференциальных сечений упруго рассеянных нейтронов с начальной энергией 1,5 Мэв ± 0,05 Мэв на ядрах титана, хрома, железа, кобальта, никеля и меди. Измерения дифференциальных сечений проведены для восьми углов рассеяния в диапазоне 30 + 140°. Из измерений угловых распределений упруг рассеянных нейтронов определены полные сечения упругого рассеяния, транспортные сечения и средние значения косинуса угла упругого рассеяния. Сечения упругого рассеяния в лабораторной системе координат представлены в форме:

$$\frac{d \, \delta \, d}{d \, \mathcal{Q}} = \sum_{i=0}^{4} A_i \, \mathcal{P}_i \, (\cos \theta)$$

Численные значения вычисленных ядерно-физических констант и коэффициентов A_{i} , полученных подгонкой по методу наименьших квадратов дифференциальных сечений, исправленных на многократное рассеяние, приведены в таблице.

Измеренные угловые распределения упруго рассеянных нейтронов анализируются на основе шести параметрической оптической модели ядра. Подгонка теоретических кривых к экспериментальным проводилась по методу χ^2 . В работе обсуждается изменение параметров модели с изменением атомного веса ядра.

Таблица I

•

Ядро	бŧ барн	бе одрн	б _{tre} <u>барн</u>	cos θ	A.	<i>A</i> _i	A2	A3	A4
Ti	3,20	2,765 ± 0,134	I,958 <u>+</u> 0,170	0,292 <u>+</u> 0,028	0,220	0,193	0,293	0,114	0,06%
Cr	3,10	2,803 ± 0,149	I,870 <u>+</u> 0,205	0,333 <u>+</u> 0,039	0,223	0,223	0,337	0,131	0,06I
Fe	2,80	I,885 ± 0,089	I,303 ± 0,II7	0,309 <u>+</u> 0,029	0,150	0,139	0,216	0,106	0,014
Co	3,30	2,438 ± 0,166	I,738 <u>+</u> 0,214	0,287 <u>+</u> 0,040	0,194	0,167	0,208	0,135	0,042
NL	3,10	2,765 <u>+</u> 0,105	I,9I9 <u>+</u> 0,I40	0,306 <u>+</u> 0,023	0,220	0,202	0,272	0,158	0,048
Cu	3,10	I,973 <u>+</u> 0,082	I,488 <u>+</u> 0,100	0,246 <u>+</u> 0,020	0,157	0,116	0,194	0,119	0,100
- L	3,10	1,975 ± 0,082	1,488 ± 0,100	0,246 + 0,020	0,197	0,116	0,194 .	0,119	U

Численные результаты измерений рассеяния нейтронов на ядрах

- 37 -

ОПРЕДЕЛЕНИЕ СЕЧЕНИЙ РАССЕЯНИЯ НЕКОТОРЫХ РЕДКОЗЕМЕЛЬНЫХ ЭЛЕМЕНТОВ ДЛЯ ТЕПЛОВЫХ И ЭШИТЕПЛОВЫХ НЕЙТРОНОВ.

В.П.Вертебный, Н.Л.Гнидак, В.В.Колотый, Е.А.Павленко

Направлено в "Украинский физический журнал"

В 4π -геометрии для нейтронов с энергией 0,02 – І эв с помощью механического прерывателя нейтронов на атомном реакторе ВВР-М ИФАН УССР измерены полные сечения рассеяния ядер диспрозия, гольмия и лютеция. Применялись образцы в виде окисей $\mathcal{D}_{y_2}O_3$, $H_{o_2}O_3$ и Lu_2O_3 , причем $n \, G_4 \leq 0, I3$. Временное разрешение в экспериментах приблизительно I2 и 3 мксек/м. Измерения велись относительно ванадия [I, 2].

На рис. I приведена энергетическая зависимость полного сечения рассеяния лютеция и гольмия для того, чтобы проиллюстрировать эффект магнитного рассеяния. Эффективный магнитный момент иона Но +++М эфф равен IO,65 $M_{\rm E}$, тогда как для Lu +++M эфф = 0.

 $H_{o_2}O_3$ и $L_{u_2}O_3$ имеют почти одинаковые параметры решетки. Систематические ошибки в определении магнитного рассеяния Но +++ могут быть порядка 15 – 20%.

В таблице I приводятся численные значения сечений рассеяния для лютеция и гольмия.

В таблице 2 эти же данные для диспрозия с учетом магнитного рассеяния.

Приведенные значения получались по следующей формуле:

 $G_s^{\star} = 1/2$ G_s окиси – 3/2 G_s кислорода.

ЛИТЕРАТУРА

I Атлас нейтронных сечений BNL - 325.

2 И.В.Гордеев, Д.А.Кардашев, А.В.Малышев. "Ядерно-физические константы", Госатомиздат 1963.

<u>Таблица I</u>

Энергия	Лютеций	Гольмий
в эв	$ec{m{ extsf{ extsf e$	б ^x в барнах
I,00	6,I0 <u>+</u> 0,I0	9,6 <u>+</u> 0,2
0,80	6,30 <u>+</u> 0,10	9,5 <u>+</u> 0,2
0,40	$6,30 \pm 0,10$	$10,5 \pm 0,2$
0,30	$6,10 \pm 0,10$	II , 5
0,20	6,10 <u>+</u> 0,12	12,6
0,10	5,50 <u>+</u> 0,15	18,0
0,08	5,90 <u>+</u> 0,15	20,0
0,06	$6,00 \pm 0,20$	23,0
0,05	6,00 ± 0,20	25,3
0,04	5,60 <u>+</u> 0,20	26,0
0,03	6,00 <u>+</u> 0,25	32,0
0,02	5,00 <u>+</u> 0,40	36,8
0,01	6,I0 <u>+</u> 0,40	46,0

Полные сечения рассеяния G^{\star}_{s} в барнах для лютеция и гольмия (без вычитания магнитного рассеяния)

Энергия	5× - (0-100	Ē c* c
в Эв	Os в Japhax	05 = 05 - 6м в барнах
T OT	50 F 0 0	50 F . 0 0
1,01	$50,9 \pm 2,0$	$50,5 \pm 2,0$
0,75	$28,4 \pm 2,0$	$58,4 \pm 2,0$
0,57	64,4 <u>+</u> 2,0	64,4 <u>+</u> 2,0
0,45	68,I <u>+</u> 2,0	66,5 <u>+</u> 2,0
0,37	69,6 <u>+</u> 2,0	67,7 <u>+</u> 2,0
0,30	72,6 ± 2,0	$70,4 \pm 2,0$
0,25	$74, 4 \pm 2, 0$	71,8 <u>+</u> 2,0
0,20	78,0 ± 2,0	74,9 ± 2,0
0,15	79,0 <u>+</u> 2,0	75,3 ± 2,0
0,10	81,5 <u>+</u> 2,0	75,2 <u>+</u> 2,0
0,05	90,6 <u>+</u> 2,0	77,5 <u>+</u> 2,5
0,04	94,3 <u>+</u> 3,0	78,7 <u>+</u> 3,0
0,03	98,7 <u>+</u> 3,0	79,2 <u>+</u> 3,0
0,025	100,7 ± 3,0	77,5 <u>+</u> 3,0

Полные сечения рассеяния природного диспрозия (с вычетом и без вычета магнитного рассеяния)

бм - полное сечение магнитного рассеяния.



УРОВНИ ДИСПРОЗИЯ 156

В.П.Вертебный, Н.А.Гнидак, А.И.Кальченко, В.В.Колотый, Е.А.Павленко, М.В.Пасечник, Ж.И.Писанко, В.Г.Рудишин

На атомном реакторе ИФАН УССР измерены пропускания редких изотопов диспрозия 156, 158 и 160 (распространенностью в природном соответственно 0,05, 0,09 и 2,3 %) для нейтронов с энергией от 0,01 до 1000 эв. Максимальное разрешение 0,05 мксек/м. Наиболее сильные уровни, принадлежащие диспрозию 156, имеют энергию:

> $3,21 \pm 0,01$; $8,09 \pm 0,04$; $9,18 \pm 0,04$; $15,2 \pm 0,09$; $19,65 \pm 0,14$; $24,6 \pm 0,2$; $29,4 \pm 0,25$; $69,1 \pm 0,9$; $91,6 \pm 1,5$; 125 ± 2 .

> > Энергия указана в электрон-вольтах.

- 43 -

ФИЗИКО-ТЕХНИЧЕСКИЙ ИНСТИТУТ ИМ.А.Ф.ИОФФЕ

AH CCCP

кинетические энергии осколков деления Pu^{239} тепловими и резонансними нейтронами

Г.З.Борухович, Д.М.Каминкер, Г.А.Петров

С помощью двух поверхностно-барьерных счетчиков Ø 32 мм измерллись кинетические энергии парных осколков деления ρu^{239} .

В качестве резонансных нейтронов использовались нейтроны, прошедшие самариевый фильтр, что позволило выделить резонанс 0,297 эв. Получено примерно 30% уменьшение выхода осколков деления в симметричной области при делении резонансными нейтронами (в сравнении с делением тепловыми нейтронами).

В таблице I (*T* -деление тепловыми нейтронами, *Sm*-прошедшими самариевый фильтр) представлено распределение суммарных кинетических энергий симыетричных осколков деления Pu^{239} ; выход дан в относительных единицах.

Зависимость суммарной кинетической энергии от отношения масс осколков, а также полуширины кривых суммарной кинетической энергии, как функции отношения масс, представлены в таблице П.

таблица I.

Ек Мэв	Отн. ед. "Т"	Отн. ед. <i>"Sm</i>
129	105	120
I33	195	170
I 37	270	255
140	340	300
145	370	380
150	420	405
153	440	440
T58	395	415
162	425	35 5
I66	260	270
170	170	200
173	IIO	130

Распределение суммарных кинетических энергий симметричных осколков деления Pu²³⁹

Таблица 2

Мт/Мл	^Е к, Мэв	⊿Е, Мэв	
τ.0	T5T	32.5	
I,I	I68	29	
I , 2	172	28	
τ,3	174	28	
1,4	172	24,5	
1,5	I67	24	
1,6	163	23	
I ,7	159	20	
1,8	157	18	
1,9	155	19	
5,0	151	_	

Суммарная кинетическая энергия и полуширины кривых суммарной кинетической энергии как функции отношения масс

кинетические энергии осколков деления Pu^{241} тепловчии нейтронами.

Г.З.Борухович, Г.А.Петров

В работе определена суммарная кинетическая энергия симметричных осколков деления, а также изучено поведение суммарной кинетической энергии парных осколков деления Pu^{241} как функция отношения масс. Измерения проводились с помощью двух поверхностно-барьерных счетчиков площедью 8 см², мишень содержала $I\mu$ кгр Pu^{241} , источником нейтронов служил горизонтальный канал реактора BBP-М ФТИ им. А.Ф. Иоффе АН СССР.

Получены следующие результаты:

.

величини наиболее вероятных значений кинетических энергий:

$$E_{x} = 98,5 \pm I$$
 Məb
 $E_{\tau} = 7I,0 \pm I$ Məb

Значения суммарной кинетической энергии для различных отношений масс осколков представлены в таблице:

Т	a	б	л	И	Ц	Ð.
-	_			-	-	-

Мт/Мл	^Е к, Мэв
	TCI O
1,0	151 <u>+</u> 2
I,I	163 <u>±</u> 2
т . г	I74 <u>+</u> 2
I,3	174 <u>+</u> 2
I,4	170 <u>+</u> 2
Ι,5	166 <u>+</u> 2
I , 6	I62 <u>+</u> 2
I , 7	I60 <u>+</u> 2
I,8	158 <u>+</u> 3
I,9	157 ± 3

ОБЪЕДИНЕННИЙ ИНСТИТУТ ЯДЕРНЫХ ИССЛЕДОВАНИЙ, ДУБНА, 1966

НЕЙТРОННЫЕ РЕЗОНАНСЫ ИЗОТОПОВ ЭРБИЯ.

Э.Н.Каржавина, А.Б.Попов, D.С.Язвицкий

На нейтронном спектрометре ЛНФ ОИЯИ с разрешением от 80 нсек/м до 6 нсек/м проведены измерения пропускания и выхода \mathcal{V} -лучей от захвата нейтронов для образцов из естественного эрбия и образцов, обогащенных изотопами E_{L}^{164} , Er^{167} , Er^{167} , Er^{169} , Er^{170} . Эти измерения позволили провести изотопическую идентификацию и определить параметры нейтронных резонансов для Er^{170} и Er^{167} в области до 300 эв,для Er^{166} -до I500 эв, а для Er^{169} и Er^{170} в области до 4000 эв (см. таблицы). Это дало возможность получить для данных изотопов значения среднего расстояния между уровнями \mathfrak{D} , силовой функции S_o и радиационной ширины \int_{V}^{T} :

Er' ⁶⁴	Д = 23 <u>+</u> 4 эв	$S_{o} = (1,2 +0,9 -0,4) \cdot 10^{-4}$	
Er"	Д = 52 <u>+</u> 7 эв	$S_{\sigma} = (1,8 +0.9) \cdot 10^{-4}$	/ _ј г = 87 <u>+</u> IЗмэв
Er"	D = 4,6 <u>+</u> 0,7 эв	$S_{o} = (1,8 \pm 0,3) \cdot 10^{-4}$	Гr = 92 ± 3 Мэв
Er"	Ф = II0 <u>+</u> I6 эв	$S_{\circ} = (1,5 + 1,0) \cdot 10^{-4}$	Γ ₁ = 80 ± 10 мэв
Er	Д = I70 <u>+</u> 24 эв	$S_{a} = (1, 3 + 0, 8) \cdot 10^{-4}$	

Анализ совокупности известных данных о силовых функциях в области I40 < A < 200 подтверждает существование дополнительного максимума в S_{\bullet} при $A \sim I60$, предсказанного Немировским с сотрудниками.

Таблица І

Параметры резонансов Ег"

た 降 n/n	Е, ,эв	$\Gamma_n, M extsf{BB}$	ſ'n.	- <u></u> -
I	2	3	4	,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,,
I	7,80 ± 0,05	0,6 <u>+</u> 0,I	0,21 <u>+</u> 0,04	
2	30,5 <u>+</u> 0,I	3,4 <u>+</u> 0,3	0,62 <u>+</u> 0,05	
3	49,5 <u>+</u> 0,2	2,9 <u>+</u> 0,5	0,4I <u>+</u> 0,07	
4 ·	56,8 <u>+</u> 0,2	6,0 <u>+</u> 0,6	0,8I <u>+</u> 0,08	
5	109,0 <u>+</u> 0,4	50 <u>+</u> IO	5 <u>+</u> I	
6	I3I <u>+</u> 0,5	IOO <u>+</u> 30	. 9 <u>+</u> 3	
7	137 <u>+</u> 0,5	20 <u>+</u> 5	I,7 <u>+</u> 0,4	
8	161,5 <u>+</u> 0,7	60 <u>+</u> 20	4,7 <u>+</u> I,6	

		<u>/</u>		
I	2	3	4	
9	195,5 <u>+</u> 0,9	80 ± 25	5,7 <u>+</u> I,8	
10	226 <u>+</u> I	85 <u>+</u> 15	5,6 <u>+</u> I,0	
II	302 ± 2	170 <u>+</u> 70	9,8 <u>+</u> 4,0	
12	317 <u>+</u> 2	240 <u>+</u> 80	13,5 ± 4,5	
13	422 + 2,5	250 ± 70	I2 ± 3	
I4	606 <u>+</u> 3,5	300 <u>+</u> 100	I2 ± 4	

Таблица 2

Параметры нейтронных резонансов Ег

1

.

. -

№ № п/п	Е, , эв	Г,мэв	Гn,мэв	Г, ,мэв	Γn°
I	2	3	4	5	6
I	I5,6 ± 0,I	I08 <u>+</u> II	I,9 <u>+</u> 0,I	I06 <u>+</u> II	0,48 ± 0,02
2	73,9 ± 0,3	I55 <u>+</u> II	85 ± 5	70 <u>+</u> 12	9,9 <u>+</u> 0,6
3	$82,0 \pm 0,3$	80 <u>+</u> 20	IO ± I	70 <u>+</u> 20	I,I ± 0,I
4	154,9 <u>+</u> 0,6		7 <u>+</u> I		0,56 ± 0,08
5	171,8 <u>+</u> 0,8	750 <u>+</u> 150	470 <u>+</u> 70	280 <u>+</u> 160	36 ± 5
6	302 <u>+</u> 2	300 ± 100	230 <u>+</u> 40	70 <u>+</u> II0	13 <u>+</u> 2
7	3I7 <u>+</u> 2		270 ± 40		15 <u>+</u> 2
8	354 <u>+</u> 2		55 <u>+</u> IO	,	2,9 <u>+</u> 0,5
9	389 <u>+</u> 2,5		320 <u>+</u> 80		I6 <u>+</u> 4
IO	5II <u>±</u> 3		66 <u>+</u> 22		2,9 <u>+</u> 0,9
II	5 37 <u>+</u> 3		46 <u>+</u> II		2,0 <u>+</u> 0,5
12	598 _ <u>+</u> 3		800 <u>+</u> I50		33 <u>+</u> 6
13	644 <u>+</u> 3,5		180 <u>+</u> 80		7 <u>+</u> 3
I4	75I 🐘 🛓 4		130 <u>+</u> 40		4,9 <u>+</u> I,6
15	776 <u>+</u> 4		52 <u>+</u> I5		I,9 <u>+</u> 0,5
16	800 <u>+</u> 4		70 <u>+</u> 16		2,5 <u>+</u> 0,6
17	852 <u>+</u> 5		1000 <u>+</u> 150		35 <u>+</u> 5
18	9II <u>+</u> 5,5		670 <u>+</u> I40		22 <u>+</u> 5
19	1030 <u>+</u> 6		170 <u>+</u> 50		5,3 <u>+</u> I,5
20	1060 <u>+</u> 6		200 <u>+</u> 60		6 <u>+</u> 2
21	1176 <u>+</u> 7		250 <u>+</u> 70		7 <u>+</u> 2
22	1190 <u>+</u> 7		300 <u>+</u> 80		9 <u>+</u> 21
23	1260 <u>+</u> 8		. 320 <u>+</u> 100		9 <u>+</u> 3
24	1 37 0 <u>+</u> 9		1000 <u>+</u> 200		27 <u>+</u> 6

5

- 48 -

Таблица З

I 2 3 4 5 I $5,96 \pm 0,05$ $0,07\pm 0,01$ $0,07\pm 0,01$ 3 $9,33 \pm 0,08$ 83 ± 11 $3,5 \pm 0,3$ 76 ± 11 4 $20,2 \pm 0,1$ 100 ± 10 $2,3 \pm 0,1$ 96 ± 10 5 $26,3 \pm 0,1$ 100 ± 10 $2,3 \pm 0,1$ 96 ± 10 7 $28,9 \pm 0,1$ 95 ± 17 $3,7 \pm 0,2$ 88 ± 17 8 $37,7 \pm 0,2$ 90 ± 17 $3,7 \pm 0,3$ 83 ± 17 9 $39,5 \pm 0,2$ 110 ± 24 $3,7 \pm 0,3$ 83 ± 17 9 $39,5 \pm 0,2$ 110 ± 24 $3,7 \pm 0,3$ 100 ± 20 10 $42,2 \pm 0,2$ $107 \pm 155 \pm 0,2$ 100 ± 20 103 ± 24 10 $42,2 \pm 0,2$ 100 ± 24 $3,7 \pm 0,3$ 100 ± 30 12 $53,6 \pm 0,2$ 110 ± 20 100 ± 25 100 ± 30 12 $53,6 \pm 0,2$ 103 ± 21 $6,1 \pm 0,3$ 100 ± 30 12 $53,6 \pm 0,2$ 103 ± 21 $6,1 \pm 0,3$ 100 ± 30 13 $60,1 \pm 0,2$ $3,7 \pm 0,3$ <t< th=""><th>№ № n/n</th><th>Е, , эв</th><th>Г,мэв</th><th>дГп,мэв</th><th>Г, мэв</th><th>2gΓn°</th></t<>	№ № n/n	Е, , эв	Г,мэв	дГп,мэв	Г, мэв	2gΓn°
1 5,96 \pm 0,05 108 \pm 10 7,5 \pm 0,6 93 \pm 11 2 7,90 \pm 0,05 0,074 0,011 3 9,33 \pm 0,08 83 \pm 11 3,5 \pm 0,3 76 \pm 11 4 20,2 \pm 0,1 100 \pm 10 2,3 \pm 0,1 96 \pm 10 5 26,3 \pm 0,1 100 \pm 30 7,0 \pm 0,5 85 \pm 30 7 20,9 \pm 0,1 95 \pm 17 3,7 \pm 0,2 88 \pm 17 8 37,7 \pm 0,2 90 \pm 17 3,7 \pm 0,3 83 \pm 17 9 39,5 \pm 0,2 110 \pm 24 3,7 \pm 0,3 83 \pm 17 9 39,5 \pm 0,2 100 \pm 30 7,0 \pm 0,3 103 \pm 24 10 42,2 \pm 0,2 197 \pm 160 1,5 \pm 0,2 111 11 50,3 \pm 0,2 100 \pm 30 4,2 \pm 0,3 100 \pm 30 12 53,6 \pm 0,2 160 \pm 12 25,6 \pm 1,6 114 \pm 13 $\frac{1}{2}^{-4}$ 13 60,1 \pm 0,2 103 \pm 21 6,1 \pm 0,4 91 \pm 21 14 61,1 \pm 0,2 (0,10) 15 26 15 6,2,2 \pm 0,3 1,4 \pm 0,2 29	I	2	3	-4	5	6
2 7,90 \pm 0,05 0,07 \pm 0,01 3 9,33 \pm 0,08 83 \pm 11 3,5 \pm 0,3 76 \pm 10 4 20,2 \pm 0,1 100 \pm 10 2,3 \pm 0,1 96 \pm 10 5 26,3 \pm 0,1 187 \pm 6 41.8 \pm 1,6 92 \pm 7 \neq 3 6 27,4 \pm 0,1 100 \pm 30 7,0 \pm 0,5 85 \pm 30 7 26,9 \pm 0,1 95 \pm 17 3,7 \pm 0,2 88 \pm 17 8 37,7 \pm 0,2 90 \pm 17 3,7 \pm 0,3 83 \pm 17 9 39.5 \pm 0,2 110 \pm 24 3,7 \pm 0,3 83 \pm 17 9 39.5 \pm 0,2 197 \pm 160 1,5 \pm 0,2 101 10 42,2 \pm 0,2 197 \pm 160 1,5 \pm 0,2 111 11 50,3 \pm 0,2 100 \pm 30 100 \pm 30 12 12 53,6 \pm 0,2 160 \pm 12 25,6 \pm 1,6 114 \pm 13 \neq =4 13 60,1 \pm 0,2 0.3 \pm 12 6,1 \pm 0,3 100 \pm 30 14 61,1 \pm 0,2 (0,10) 15 21 50 15 62,2 \pm 0,2 3,1 \pm 0,3 1,	I	5,96 <u>+</u> 0,05	I08 <u>+</u> I0	7,5 <u>+</u> 0,6	93 <u>+</u> II	6,I <u>+</u> 0,5
3 9,33 \pm 0,08 83 \pm 11 3,5 \pm 0,3 76 \pm 11 4 20,2 \pm 0,1 100 \pm 10 2,3 \pm 0,1 96 \pm 10 5 26,3 \pm 0,1 187 \pm 6 41,8 \pm 1,6 92 \pm 7 \neq 3 6 27,4 \pm 0,1 100 \pm 30 7,0 \pm 0,2 88 \pm 17 7 2,9 \pm 0,1 95 \pm 17 3,7 \pm 0,2 88 \pm 17 9 39,5 \pm 0,2 110 \pm 24 3,7 \pm 0,3 83 \pm 17 9 39,5 \pm 0,2 110 \pm 24 3,7 \pm 0,3 83 \pm 17 9 39,5 \pm 0,2 110 \pm 24 3,7 \pm 0,3 83 \pm 17 9 39,5 \pm 0,2 110 \pm 24 3,7 \pm 0,3 103 \pm 24 10 4,2 \pm 0,2 197 \pm 160 1,5 \pm 0,2 103 \pm 24 11 50,3 \pm 0,2 103 \pm 24 0,3 100 \pm 30 12 50,6 \pm 0,2 160 \pm 12 25,6 \pm 1,6 114 \pm 13 \neq 24 13 60,1 \pm 0,2 103 \pm 1 0,14 103 14 61,1 \pm 0,2 (0,10) 15 5,2 2,9 \pm 0,5 15 6,	2	7,90 ± 0,05	-	0,07± 0,0I	-	0,050+0,007
$\begin{array}{cccccccccccccccccccccccccccccccccccc$	3	9,33 + 0,08	83 + II	3,5 + 0,3	76 + II	2,3 + 0,2
5 $26,3 \pm 0,1$ 187 ± 6 $41,8 \pm 1,6$ $92 \pm 7 = 3$ 6 $27,4 \pm 0,1$ 100 ± 30 $7,0 \pm 0,5$ 85 ± 30 7 $32,9 \pm 0,1$ 95 ± 17 $3,7 \pm 0,2$ 88 ± 17 8 $97,7 \pm 0,2$ 90 ± 17 $3,7 \pm 0,3$ 83 ± 17 9 $39,5 \pm 0,2$ 110 ± 24 $3,7 \pm 0,3$ 83 ± 17 9 $39,5 \pm 0,2$ 110 ± 24 $3,7 \pm 0,3$ 103 ± 24 10 $42,2 \pm 0,2$ 197 ± 160 $1,5 \pm 0,2$ 100 ± 30 11 $50,3 \pm 0,2$ 160 ± 12 $25,6 \pm 1,6$ $114 \pm 13 = 3^{-44}$ 13 $60,1 \pm 0,2$ 103 ± 21 $6,1 \pm 0,4$ 91 ± 21 14 $61,1 \pm 0,2$ $(0,10)$ 15 $62,2 \pm 0,2$ $2,9 \pm 0,3$ 16 $62,9 \pm 0,2$ $3,1 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,2$ $18 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,2$ 18 $74,7 \pm 0,3$ $3,7 \pm 0,3$ $3,7 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,2$ 22 $91,6 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,5$ $1,9 \pm 0,4$ 20 ± 50 23 $97,9 \pm 0,4$ $(0,7 \pm 5)$ 28 ± 3	4	20.2 + 0.I	IOO + IO	2.3 + 0.I	96 + IO	I.02 + 0.04
6 27,4 \pm 0,1 100 \pm 30 7,0 \pm 0,5 85 \pm 30 7 $2,9$ \pm 0,1 95 \pm 17 $3,7$ \pm 0,2 88 \pm 17 9 $39,5$ \pm 0,2 110 \pm 24 $3,7$ \pm 0,3 103 \pm 24 10 $42,2$ \pm 0,2 110 \pm 37 \pm 0,3 100 \pm 30 11 $50,3$ \pm 0,2 110 \pm 30 $4,2$ \pm 0,3 100 \pm 30 12 $53,6$ \pm 0,2 160 \pm 12 $25,6$ \pm 1,6 114 \pm 13 f^{-4} 13 $60,1$ \pm 0,2 103 \pm 21 $(0,10)$ 15 15 $62,2$ \pm 0,2 $3,1$ \pm 0,3 $1,4$ \pm 0,2 16 $62,9$ \pm 0,2 $3,1$ \pm 0,3 $1,4$ \pm 0,2 16 $62,9$ \pm 0,3 $1,5$ \pm 0,2 $2,2$ $2,9$ \pm 0,3 17 $69,6$ \pm 0,3 $1,5$ <	5	26.3 + 0.1	187 + 6	4I.8 + I.6	92 + 7 1 =3	18.7 + 0.8
7 $2;9 \pm 0,1$ 95 ± 17 $3,7 \pm 0,2$ 88 ± 17 8 $37,7 \pm 0,2$ 90 ± 17 $3,7 \pm 0,3$ 83 ± 17 9 $39,5 \pm 0,2$ 110 ± 24 $3,7 \pm 0,3$ 103 ± 24 10 $42,2 \pm 0,2$ 177 ± 160 $1,5 \pm 0,2$ 100 ± 30 11 $50,3 \pm 0,2$ 110 ± 30 $42 \pm 0,3$ 100 ± 30 12 $53,6 \pm 0,2$ 160 ± 12 $25,6 \pm 1,6$ $114 \pm 13 \frac{1}{2} = 4$ 13 $60,1 \pm 0,2$ 103 ± 21 $6,1 \pm 0,4$ 91 ± 21 14 $61,1 \pm 0,2$ $(0,10)$ 91 ± 21 $146 + 0,2$ 15 $62,9 \pm 0,2$ $3,1 \pm 0,3$ $1,4 \pm 0,2$ 18 $74,7 \pm 0,3$ $3,7 \pm 0,3$ $0,73 \pm 0,14$ 20 $79,4 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,2$ $29 \pm 0,5$ 21 $85,4 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,2$ $29 \pm 0,5$ 22 $91,6 \pm 0,4$ $2,0 \pm 0,2$ 50 ± 50 23 $97,9 \pm 0,4$ $0,7 \pm 50,2$ 28 ± 3 50 ± 50 24 $108,0 \pm 0,5$ $19 \pm 0,4$ $10 \pm 0,2$ $19 \pm 0,4$	6	27.4 + 0.1	100 + 30	7.0 + 0.5	85 + 30	2.7 ± 0.2
8 $37, 7 \pm 0, 2$ 90 ± 17 $3, 7 \pm 0, 3$ 83 ± 17 9 $39, 5 \pm 0, 2$ 110 ± 24 $3, 7 \pm 0, 3$ 103 ± 24 10 $42, 2 \pm 0, 2$ 197 ± 160 $1, 5 \pm 0, 2$ 100 ± 30 11 $50, 3 \pm 0, 2$ 110 ± 30 $4, 2 \pm 0, 3$ 100 ± 30 12 $53, 6 \pm 0, 2$ 160 ± 12 $25, 6 \pm 1, 6$ $114 \pm 13 \pm 3 \pm 4$ 13 $60, 1 \pm 0, 2$ 103 ± 21 $6, 1 \pm 0, 4$ 91 ± 21 14 $61, 1 \pm 0, 2$ $(0, 10)$ 15 $62, 9 \pm 0, 2$ $3, 1 \pm 0, 3$ 17 $69, 6 \pm 0, 3$ $1, 4 \pm 0, 2$ $3, 1 \pm 0, 3$ $3, 7 \pm 0, 3$ 18 $74, 7 \pm 0, 3$ $3, 7 \pm 0, 3$ $3, 7 \pm 0, 3$ 19 $76, 0 \pm 0, 3$ $0, 73 \pm 0, 14$ $20, 2 \pm 0, 5$ 20 $79, 4 \pm 0, 3$ $5, 9 \pm 0, 5$ $20, 2 \pm 0, 5$ 21 $85, 4 \pm 0, 3$ $1, 5 \pm 0, 2$ 23 22 $91, 6 \pm 0, 4$ 107 ± 50 28 ± 3 50 ± 50 23 $97, 9 \pm 0, 4$ 107 ± 50 28 ± 3 50 ± 50 24 <td< td=""><td>7</td><td>32.9 ± 0.1</td><td>95 + I7</td><td>3.7 + 0.2</td><td>88 + T7</td><td>I.29 + 0.07</td></td<>	7	32.9 ± 0.1	95 + I7	3.7 + 0.2	88 + T7	I.29 + 0.07
9 39,5 $\pm 0,2$ 10 ± 24 3,7 $\pm 0,3$ 103 ± 24 10 $42,2$ $\pm 0,2$ 197 ± 160 1,5 $\pm 0,2$ 103 ± 24 11 $50,3$ $\pm 0,2$ 110 ± 30 $4,2$ $\pm 0,3$ 100 ± 30 12 $53,6$ $\pm 0,2$ 160 ± 12 $25,6$ $\pm 1,6$ 114 ± 13 $\neq =4$ 13 $60,1$ $\pm 0,2$ 103 ± 21 $6,14$ $0,14$ 91 ± 21 14 $61,1$ $\pm 0,2$ $3,14$ $\pm 0,3$ $1,44$ $0,3$ 15 $62,2$ $\pm 0,3$ $1,44$ $0,2$ $3,14$ $0,3$ 16 $62,9$ $\pm 0,2$ $3,14$ $0,3$ $1,59$ $0,2$ 18 $74,7$ $t0,3$ $0,73$ $0,14$ $20,79$ $0,4$ $2,0$ $0,2$ 23 $97,9$ $0,4$ $2,0$ $0,2$ 23 $97,9$ $0,4$ $1,0$ $0,5$ 50 50 50 <td>8</td> <td>37.7 + 0.2</td> <td>90 + 17</td> <td>3.7 ± 0.3</td> <td>83 ± 17</td> <td>$I_{2} + 0.1$</td>	8	37.7 + 0.2	90 + 17	3.7 ± 0.3	83 ± 17	$I_{2} + 0.1$
j j <thj< th=""> <thj< th=""> <thj< th=""></thj<></thj<></thj<>	9	39.5 ± 0.2	TIO + 24	3.7 ± 0.3	103 + 24	$1 18 \pm 0.09$
11 50,3 \pm 0,2 10 \pm 30 4,2 \pm 0,3 100 \pm 30 12 53,6 \pm 0,2 160 \pm 10 \pm 30 $4,2$ \pm 0,3 100 \pm 30 13 60,1 \pm 0,2 160 \pm 22,6 \pm 1,6 114 \pm 13 \neq =4 13 60,1 \pm 0,2 103 \pm 21 $6,1$ \pm 0,4 91 \pm 21 14 61,1 \pm 0,2 $3,1$ \pm 0,3 $1,4$ $0,4$ 91 \pm 21 14 61,7 \pm 0,2 $3,1$ \pm 0,3 $1,4$ $0,4$ $0,3$ 16 $62,9$ \pm 0,3 $1,4$ $0,73$ $0,14$ $0,73$ $0,14$ 20 $79,4$ \pm 0,3 $5,9$ \pm 0,2 22 $291,6$ $0,4$ $20,0$ $0,2$ 22 $91,6$ \pm 0,4 $1,0$ \pm 0,3 50 \pm 50 21 $186,0$ \pm 0,4 107 \pm 50 28 43 50 \pm 50	το	42.2 · 0.2	197 + 160	1.5 + 0.2	100 <u>-</u> CT	0.46 ± 0.06
11 $3,5,5 \pm 0,7$ 140 ± 20 $742 \pm 0,7$ 100 ± 20 $114 \pm 13 = 10 = 10$ 13 $60,1 \pm 0,2$ 103 ± 21 $6,1 \pm 0,4$ 91 ± 21 91 ± 21 14 $61,1 \pm 0,2$ $(0,10)$ 91 ± 21 91 ± 21 15 $62,2 \pm 0,2$ $2,9 \pm 0,3$ $166 \pm 0,3$ $1,4 \pm 0,2$ 18 $74,7 \pm 0,3$ $3,7 \pm 0,3$ $197 \pm 0,3$ $37 \pm 0,3$ 19 $76,0 \pm 0,3$ $0,73 \pm 0,14$ $20 \pm 0,2$ $23 \pm 0,5$ 20 $79,4 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,2$ $22 \pm 91,6 \pm 0,4$ $(0,5)$ 21 $85,4 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,2$ $22 \pm 91,6 \pm 0,4$ $(0,5)$ 21 $85,4 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,2$ $22 \pm 2,9 \pm 0,5$ $10 \pm 0,2$ 23 $97,9 \pm 0,4$ $(0,5)$ 90 ± 50 $10 \pm 0,3$ 24 $108,0 \pm 0,4$ 107 ± 50 88 ± 3 50 ± 50 25 $113,3 \pm 0,4$ 107 ± 80 27 ± 3 120 ± 80 26 $115,8 \pm 0,5$ 19 ± 1 $10 \pm 2,5$	TT	50.3 ± 0.2	10 ± 30	$4,2 \pm 0.3$	TOO + 30	1.18 ± 0.08
12 $5,0,0,\pm,0,1,2$ 100 ± 10 210 $6,1\pm 0,0,\pm,0,1$ 110 ± 10 91 ± 10 91 ± 21 13 $60,1\pm 0,2$ $(0,10)$ 91 ± 21 91 ± 21 14 $61,1\pm 0,2$ $(0,10)$ 91 ± 21 91 ± 21 15 $62,2\pm 0,2$ $2,9\pm 0,3$ $14\pm 0,3$ $17+4\pm 0,2$ 16 $62,9\pm 0,2$ $3,1\pm 0,3$ $1,4\pm 0,2$ 18 $74,7\pm 0,3$ $3,7\pm 0,3$ $97\pm 0,3$ 19 $76,0\pm 0,3$ $0,73\pm 0,14$ $0,3$ 20 $79,4\pm 0,3$ $5,9\pm 0,5$ 21 $85,4\pm 0,3$ $1,5\pm 0,2$ 22 $91,6\pm 0,4$ $2,0\pm 0,2$ $2,0\pm 0,2$ 22 $91,6\pm 0,4$ $2,0\pm 0,2$ 23 $97,9\pm 0,4$ 107 ± 50 28 ± 3 50 ± 50 25 $13,3\pm 0,4$ $1,0\pm 0,3$ 26 $115,8\pm 0,5$ $19\pm 0,4$ $10,2\pm 0,4$ 27 ± 3 120 ± 80 27 $132,0\pm 0,5$ 250 ± 50 80 ± 10 90 ± 50 $28\pm 142.9\pm 2,0,5$ 9 ± 1 120 ± 80 29 $158,0\pm 0,7$ $(2,9,5)$ $3,5\pm 0,5$	12	53.6 ± 0.2	140 ± 70	25.6 ± T 6	тта тз чл	$-1,10 \pm 0,00$ 6.3 ± 0.4
13 $00,11 \pm 0,2$ $(0,12 \pm 0,1)$ $01,1 \pm 0,2$ $(0,10)$ 14 $61,1 \pm 0,2$ $(0,10)$ 15 $62,2 \pm 0,2$ $2,9 \pm 0,3$ 16 $62,9 \pm 0,2$ $3,1 \pm 0,3$ $1,4 \pm 0,2$ 18 $74,7 \pm 0,3$ $3,7 \pm 0,3$ 19 $76,0 \pm 0,3$ $0,73 \pm 0,14$ 20 $79,4 \pm 0,3$ $5,9 \pm 0,5$ 21 $85,4 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,2$ 22 $91,6 \pm 0,4$ $2,0 \pm 0,2$ 23 $97,9 \pm 0,4$ $(0,5)$ 24 $108,0 \pm 0,4$ 107 ± 50 28 ± 3 50 ± 50 25 $113,3 \pm 0,4$ $1,0 \pm 0,3$ 109 ± 50 26 $115,8 \pm 0,5$ $1,9 \pm 0,4$ 90 ± 50 28 $142,9 \pm 0,5$ 9 ± 1 29 ± 50 29 $158,0 \pm 0,6$ 174 ± 80 27 ± 3 120 ± 80 30 $159,7 \pm 0,7$ $12 \pm 1,6$ $22 \pm 1,6$ $32 \pm 165,8 \pm 0,7$ $(9,5)$ 33 $167,5 \pm 0,7$ (18) $35 \pm 0,5$ $35 \pm 0,5$ 34 $169,0 \pm 0,8$ $(15 \pm 0,5)$ 34 ± 2 <	12	$50,0 \pm 0,2$	100 ± 12	20,0 <u>τ</u> 1,0	114 ± 15 $f^{=4}$	τ <u>ε</u> υ,τ
14 $61,1 \pm 0,2$ $2,9 \pm 0,3$ 15 $62,2 \pm 0,2$ $3,1 \pm 0,3$ 16 $62,9 \pm 0,2$ $3,1 \pm 0,3$ 17 $69,6 \pm 0,3$ $1,4 \pm 0,2$ 18 $74,7 \pm 0,3$ $3,7 \pm 0,3$ 19 $76,0 \pm 0,3$ $0,73 \pm 0,14$ 20 $79,4 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,2$ 21 $85,4 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,2$ 22 $91,6 \pm 0,4$ $2,0 \pm 0,2$ 23 $97,9 \pm 0,4$ $(0,5)$ 24 $108,0 \pm 0,4$ 107 ± 50 28 ± 3 50 ± 50 25 $113,3 \pm 0,4$ $1,0 \pm 0,3$ $1,0 \pm 0,3$ 26 $115,8 \pm 0,5$ $1,9 \pm 0,4$ $0,2 \pm 3$ 27 $132,0 \pm 0,5$ 250 ± 50 80 ± 10 90 ± 50 28 $142,9 \pm 0,5$ 9 ± 1 102 ± 80 29 $158,0 \pm 0,6$ 174 ± 80 27 ± 3 120 ± 80 30 $159,7 \pm 0,7$ $12 \pm 1,6$ 35 $17,5 \pm 0,7$ 21 $165,8 \pm 0,7$ (18) 35 $177,5 \pm 0,9$ 35 $177,5 \pm 0,9$	1.) Th	$\frac{1}{6} \frac{1}{2} \frac{1}$	109 - 21	(0, 1, 1, 0, 0)	91 <u>+</u> 21	$1,0$ $\pm 0,1$
13 $02, 2 \pm 0, 2$ $3, 1 \pm 0, 3$ 16 $62, 9 \pm 0, 2$ $3, 1 \pm 0, 3$ 17 $69, 6 \pm 0, 3$ $1, 4 \pm 0, 2$ 18 $74, 7 \pm 0, 3$ $3, 7 \pm 0, 3$ 19 $76, 0 \pm 0, 3$ $0, 73 \pm 0, 14$ 20 $79, 4 \pm 0, 3$ $1, 5 \pm 0, 2$ 21 $85, 4 \pm 0, 3$ $1, 5 \pm 0, 2$ 22 $91, 6 \pm 0, 4$ $2, 0 \pm 0, 2$ 23 $97, 9 \pm 0, 4$ $(0, 5)$ 24 $108, 0 \pm 0, 4$ 107 ± 50 28 ± 3 50 ± 50 25 $113, 3 \pm 0, 4$ $1, 0 \pm 0, 3$ $1, 0 \pm 0, 3$ 26 $115, 8 \pm 0, 5$ $1, 9 \pm 0, 4$ 27 ± 3 120 ± 80 27 $132, 0 \pm 0, 5$ 250 ± 50 80 ± 10 90 ± 50 28 $142, 9 \pm 0, 5$ 9 ± 1 $29 \pm 80, 5$ 9 ± 1 29 $158, 0 \pm 0, 6$ 174 ± 80 27 ± 3 120 ± 80 30 $159, 7 \pm 0, 7$ $12 \pm 1, 6$ $15 - 3$ $12 0 \pm 80$ 31 $162, 7 \pm 0, 7$ (18 ± 2) $3, 5 \pm 0, 5$ $5 - 5 - 5$ 32	14 T5	$51,1 \pm 0,2$		(0,10)		
10 $62,9 \pm 0,2$ $3,1 \pm 0,3$ 17 $69,6 \pm 0,3$ $1,4 \pm 0,2$ 18 $74,7 \pm 0,3$ $3,7 \pm 0,3$ 19 $76,0 \pm 0,3$ $0,73 \pm 0,14$ 20 $79,4 \pm 0,3$ $5,9 \pm 0,5$ 21 $85,4 \pm 0,3$ $5,9 \pm 0,2$ 22 $91,6 \pm 0,4$ $2,0 \pm 0,2$ 23 $97,9 \pm 0,4$ $(0,5)$ 24 $108,0 \pm 0,4$ 107 ± 50 28 ± 3 50 ± 50 25 $113,3 \pm 0,4$ $1,0 \pm 0,3$ $1,0 \pm 0,3$ 26 $115,8 \pm 0,5$ $1,9 \pm 0,4$ 90 ± 50 28 $142,9 \pm 0,5$ 9 ± 1 $90,4$ 90 ± 50 28 $142,9 \pm 0,5$ 9 ± 1 $90,4$ 90 ± 50 28 $142,9 \pm 0,5$ 9 ± 1 $90,5$ $90,5$ 9 ± 1 29 $158,0 \pm 0,6$ 174 ± 80 27 ± 3 120 ± 80 30 $159,7 \pm 0,7$ $12, \pm 1,6$ $12,7 \pm 0,8$ $116,5,5$ 31 $162,7 \pm 0,7$ $(18, 1)$ 120 ± 30 $12, \pm 2$ 37 $185,2 \pm 0,9$	10	$\frac{02}{2} \pm 0,2$		2,9 <u>+</u> 0,7		$0,74 \pm 0,00$
17 $05,0 \pm 0,3$ $1,4 \pm 0,2$ 18 $74,7 \pm 0,3$ $3,7 \pm 0,3$ 19 $76,0 \pm 0,3$ $0,73 \pm 0,14$ 20 $79,4 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,2$ 21 $85,4 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,2$ 22 $91,6 \pm 0,4$ $2,0 \pm 0,2$ 23 $97,9 \pm 0,4$ $(0,5 - 5)$ 24 $108,0 \pm 0,4$ 107 ± 50 28 ± 3 50 ± 50 25 $113,3 \pm 0,4$ $1,0 \pm 0,3$ $1,0 \pm 0,3$ 26 $115,8 \pm 0,5$ $1,9 \pm 0,4$ 90 ± 50 26 $115,8 \pm 0,5$ 250 ± 50 80 ± 10 90 ± 50 28 $142,9 \pm 0,5$ 9 ± 1 90 ± 50 29 $158,0 \pm 0,6$ 174 ± 80 27 ± 3 120 ± 80 30 $159,7 \pm 0,7$ $12 \pm 1,6$ $12 \pm 1,6$ $12 \pm 1,6$ 32 $167,5 \pm 0,7$ (18) 14 ± 2 $177,5 \pm 0,9$ $3,5 \pm 0,5$ 35 $177,5 \pm 0,9$ $3,5 \pm 0,5$ 14 ± 2 37 $185,2 \pm 0,9$ 7 ± 1 36 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 99 <td< td=""><td>10</td><td>$62,9 \pm 0,2$</td><td></td><td>$\sum_{j=1}^{j=1} \frac{1}{j} (0, j)$</td><td></td><td>$0,78 \pm 0,08$</td></td<>	10	$62,9 \pm 0,2$		$\sum_{j=1}^{j=1} \frac{1}{j} (0, j)$		$0,78 \pm 0,08$
18 $74, 7 \pm 0, 3$ $0, 73 \pm 0, 14$ 19 76, 0 \pm 0, 3 $0, 73 \pm 0, 14$ 20 $79, 4 \pm 0, 3$ $1, 5 \pm 0, 2$ 21 $85, 4 \pm 0, 3$ $1, 5 \pm 0, 2$ 22 $91, 6 \pm 0, 4$ $2, 0 \pm 0, 2$ 23 $97, 9 \pm 0, 4$ $(0, 5)$ 24 $108, 0 \pm 0, 4$ 107 ± 50 28 ± 3 50 ± 50 25 $113, 3 \pm 0, 4$ $1, 0 \pm 0, 3$ $1, 9 \pm 0, 4$ 27 $132, 0 \pm 0, 5$ 250 ± 50 80 ± 10 90 ± 50 28 $142, 9 \pm 0, 5$ 9 ± 1 90 ± 50 28 $142, 9 \pm 0, 5$ 9 ± 1 120 ± 80 29 $158, 0 \pm 0, 6$ 174 ± 80 27 ± 3 120 ± 80 30 $159, 7 \pm 0, 7$ $12 \pm 1, 6$ $32 \pm 165, 8 \pm 0, 7$ $(9, 5)$ 31 $162, 7 \pm 0, 7$ $12 \pm 1, 6$ $35 \pm 0, 5$ $35 \pm 0, 5$ 33 $167, 5 \pm 0, 7$ $(18 \ 1)$ $34 \pm 169, 0 \pm 0, 8$ $(15 \ 5)$ 35 $177, 5 \pm 0, 9$ $3, 5 \pm 0, 5$ $36 \pm 10, 5$ $36 \pm 2, 2$ 36 $192, 1 \pm 0, 9$	17	$\frac{1}{2},0,\frac{1}{2},0,3$		$1,4 \pm 0,2$		$0, 54 \pm 0, 05$
19 $76,0 \pm 0.3$ $0,73 \pm 0.14$ 20 $79,4 \pm 0.3$ $5,9 \pm 0.5$ 21 $85,4 \pm 0.3$ $1,5 \pm 0.2$ 22 $91,6 \pm 0.4$ $2,0 \pm 0.2$ 23 $97,9 \pm 0.4$ $(0,5)$ 24 $108,0 \pm 0.4$ 107 ± 50 28 ± 3 50 ± 50 25 $113,3 \pm 0.4$ $1,0 \pm 0.3$ $1,0 \pm 0.3$ 26 $115,8 \pm 0.5$ $1,9 \pm 0.4$ 90 ± 50 28 $142,9 \pm 0.5$ 250 ± 50 80 ± 10 90 ± 50 28 $142,9 \pm 0.5$ 250 ± 50 80 ± 10 90 ± 50 28 $142,9 \pm 0.7$ 27 ± 3 120 ± 80 30 $159,7 \pm 0.7$ 27 ± 0.8 120 ± 80 31 $162,7 \pm 0.7$ 12 ± 1.6 35 ± 0.7 33 $167,5 \pm 0.7$ (18) $3,5 \pm 0.5$ 35 $177,5 \pm 0.9$ $3,5 \pm 0.5$ 35 ± 0.5 36 $199,0 \pm 0.9$ 14 ± 2 $37 \pm 185,2 \pm 0.9$ 36 $192,1 \pm 0.9$ 12 ± 2 34 ± 5 36 $192,1 \pm 0.9$ 34 ± 5 <t< td=""><td>18</td><td>$74,7 \pm 0,5$</td><td></td><td>$5,7 \pm 0,5$</td><td></td><td>$0,00 \pm 0,07$</td></t<>	18	$74,7 \pm 0,5$		$5,7 \pm 0,5$		$0,00 \pm 0,07$
20 $79,4 \pm 0,3$ $5,3 \pm 0,5$ 21 $85,4 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,2$ 22 $91,6 \pm 0,4$ $2,0 \pm 0,2$ 23 $97,9 \pm 0,4$ $(0,5)$ 24 $108,0 \pm 0,4$ 107 ± 50 28 ± 3 25 $113,3 \pm 0,4$ $1,0 \pm 0,3$ 26 $115,8 \pm 0,5$ $1,9 \pm 0,4$ 27 $132,0 \pm 0,5$ 250 ± 50 80 ± 10 90 ± 50 28 $142,9 \pm 0,5$ 9 ± 1 29 $158,0 \pm 0,6$ 174 ± 80 27 $\pm 0,7$ $2,7 \pm 0,8$ 31 $162,7 \pm 0,7$ $12 \pm 1,6$ 32 $165,8 \pm 0,7$ $(9,5)$ 33 $167,5 \pm 0,7$ (18) 34 $169,0 \pm 0,8$ (15) 35 $177,5 \pm 0,9$ 14 ± 2 36 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 39 $196,7 \pm 0,9$ 34 ± 5 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 41 211 ± 1 120 ± 20 41 211 ± 1 120 ± 20	19	70,0 <u>+</u> 0,5		$0,75 \pm 0,14$		$0,17 \pm 0,03$
21 $85,4 \pm 0,3$ $1,5 \pm 0,2$ 22 $91,6 \pm 0,4$ $2,0 \pm 0,2$ 23 $97,9 \pm 0,4$ $(0,5)$ 24 $108,0 \pm 0,4$ 107 ± 50 28 ± 3 25 $113,3 \pm 0,4$ $1,0 \pm 0,3$ 26 $115,8 \pm 0,5$ $1,9 \pm 0,4$ 27 $132,0 \pm 0,5$ 250 ± 50 28 $142,9 \pm 0,5$ 9 ± 1 29 $158,0 \pm 0,6$ 174 ± 80 27 $2,7 \pm 0,7$ $2,7 \pm 0,8$ 31 $162,7 \pm 0,7$ $12 \pm 1,6$ 32 $165,8 \pm 0,7$ $(9,5)$ 33 $167,5 \pm 0,7$ (18) 34 $169,0 \pm 0,8$ (15) 35 $177,5 \pm 0,9$ $3,5 \pm 0,5$ 36 $179,0 \pm 0,9$ 14 ± 2 37 $185,2 \pm 0,9$ 7 ± 1 38 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 39 $196,7 \pm 0,9$ 34 ± 5 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 41 211 ± 1 120 ± 20 41 211 ± 1 120 ± 20	20	$(9,4 \pm 0,5)$		5,9 <u>+</u> 0,5		$1,3 \pm 0,1$
22 91,6 \pm 0,4 2,0 \pm 0,2 23 97,9 \pm 0,4 (0,5) 24 108,0 \pm 0,4 107 \pm 50 28 \pm 3 50 \pm 50 25 113,3 \pm 0,4 107 \pm 50 28 \pm 3 50 \pm 50 26 115,8 \pm 0,5 1,9 \pm 0,4 90 \pm 50 28 142,9 \pm 0,5 250 \pm 50 80 \pm 10 90 \pm 50 28 142,9 \pm 0,6 174 \pm 80 27 \pm 3 120 \pm 80 30 159,7 \pm 0,7 2,7 \pm 0,8 120 \pm 80 31 162,7 \pm 0,7 12 \pm 1,6 120 \pm 80 32 165,8 \pm 0,7 (18 1 120 \pm 80 33 167,5 \pm 0,7 (18 1 1 14 \pm 2 34 169,0 \pm 0,9 14 \pm 2 1 1 1 1	21	85,4 ± 0,3		$1,5 \pm 0,2$		$0,32 \pm 0,04$
23 $97,9 \pm 0,4$ $(0,5)$ 24 $108,0 \pm 0,4$ 107 ± 50 28 ± 3 50 ± 50 25 $113,3 \pm 0,4$ $1,0 \pm 0,3$ $1,0 \pm 0,3$ 26 $115,8 \pm 0,5$ $1,9 \pm 0,4$ 27 $132,0 \pm 0,5$ 250 ± 50 80 ± 10 90 ± 50 28 $142,9 \pm 0,5$ 9 ± 1 120 ± 80 29 $158,0 \pm 0,6$ 174 ± 80 27 ± 3 120 ± 80 30 $159,7 \pm 0,7$ $2,7 \pm 0,8$ 120 ± 80 31 $162,7 \pm 0,7$ $12 \pm 1,6$ $32 \pm 1,6$ 32 $165,8 \pm 0,7$ $(9,5)$ $35 \pm 0,5$ 33 $167,5 \pm 0,7$ (18) $35 \pm 0,5$ 34 $169,0 \pm 0,8$ (155) $35 \pm 0,5$ 35 $177,5 \pm 0,9$ $3,5 \pm 0,5$ 14 ± 2 36 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 39 38 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 39 39 $196,7 \pm 0,9$ 34 ± 5 $0,25 \pm 0,09$ 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 14 ± 2 41 21	22	91,6 <u>+</u> 0,4		2,0 <u>+</u> 0,2	•	$0,42 \pm 0,04$
24 107 ± 50 28 ± 3 50 ± 50 25 $113,3 \pm 0,4$ $1,0 \pm 0,3$ 26 $115,8 \pm 0,5$ $1,9 \pm 0,4$ 27 $132,0 \pm 0,5$ 250 ± 50 80 ± 10 90 ± 50 28 $142,9 \pm 0,5$ 9 ± 1 $29 \pm 0,5$ 9 ± 1 29 $158,0 \pm 0,6$ 174 ± 80 27 ± 3 120 ± 80 30 $159,7 \pm 0,7$ $2,7 \pm 0,8$ 120 ± 80 31 $162,7 \pm 0,7$ $12 \pm 1,6$ 32 $165,8 \pm 0,7$ $(9,5)$ $35 \pm 0,5$ 33 $167,5 \pm 0,7$ (18) 24 $169,0 \pm 0,8$ (155) 35 $177,5 \pm 0,9$ $3,5 \pm 0,5$ 36 $179,0 \pm 0,9$ 14 ± 2 37 $185,2 \pm 0,9$ 7 ± 1 38 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 39 $196,7 \pm 0,9$ 34 ± 5 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 41 211 ± 1 120 ± 20 18 ± 2 84 ± 20	23	97,9 <u>+</u> 0,4		(0,5)	5 0 5 0	(0,1)
25113,3 $\pm 0,4$ 1,0 $\pm 0,3$ 26115,8 $\pm 0,5$ 1,9 $\pm 0,4$ 27132,0 $\pm 0,5$ 250 ± 50 28142,9 $\pm 0,5$ 9 ± 1 29158,0 $\pm 0,6$ 174 ± 80 27 $\pm 0,7$ 2,7 $\pm 0,8$ 31162,7 $\pm 0,7$ 12 $\pm 1,6$ 32165,8 $\pm 0,7$ (9,5)33167,5 $\pm 0,7$ (18)34169,0 $\pm 0,8$ (15)35177,5 $\pm 0,9$ 3,5 $\pm 0,5$ 36179,0 $\pm 0,9$ 14 ± 2 37185,2 $\pm 0,9$ 7 ± 1 38192,1 $\pm 0,9$ 12 ± 2 39196,7 $\pm 0,9$ 34 ± 5 40204 ± 1 0,25 $\pm 0,09$ 41211 ± 1 120 ± 20 42218 ± 1	24	108,0 <u>+</u> 0,4	107 <u>+</u> 50	28 <u>+</u> 3	50 <u>+</u> 50	5,4 ± 0,6
26 115,8 \pm 0,5 1,9 \pm 0,4 27 132,0 \pm 0,5 250 \pm 50 80 \pm 10 90 \pm 50 28 142,9 \pm 0,5 9 \pm 1 29 158,0 \pm 0,6 174 \pm 80 27 \pm 3 120 \pm 80 30 159,7 \pm 0,7 2,7 \pm 0,8 120 \pm 80 31 162,7 \pm 0,7 12 \pm 1,6 32 165,8 \pm 0,7 (9,5 33 33 167,5 \pm 0,7 (18) 34 169,0 \pm 0,8 (15) 34 169,0 \pm 0,9 3,5 \pm 0,5 35 177,5 \pm 0,9 7 \pm 1 36 179,0 \pm 0,9 14 \pm 2 39 196,7 \pm 0,9 7 \pm 1 38 192,1 \pm 0,9 34 \pm 5 $0,09$ 44 2 84 20 40 204 \pm 1 120 220 18 2	25	113,3 <u>+</u> 0,4		1,0 <u>+</u> 0,3		$0,19 \pm 0,06$
27 $132,0 \pm 0,5$ 250 ± 50 80 ± 10 90 ± 50 28 $142,9 \pm 0,5$ 9 ± 1 29 $158,0 \pm 0,6$ 174 ± 80 27 ± 3 120 ± 80 30 $159,7 \pm 0,7$ $2,7 \pm 0,8$ 120 ± 80 31 $162,7 \pm 0,7$ $12 \pm 1,6$ 32 $165,8 \pm 0,7$ $(9,5)$ 33 $167,5 \pm 0,7$ (18) 34 $169,0 \pm 0,8$ (155) 35 $177,5 \pm 0,9$ $3,5 \pm 0,5$ 36 $179,0 \pm 0,9$ 14 ± 2 37 $185,2 \pm 0,9$ 7 ± 1 38 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 39 $196,7 \pm 0,9$ 34 ± 5 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 41 211 ± 1 120 ± 20 18 ± 2 42 218 ± 1 120 ± 20 18 ± 2	26	115,8 <u>+</u> 0,5		$I_{,9} \pm 0_{,4}$		$0,35 \pm 0,06$
28 $142,9 \pm 0,5$ 9 ± 1 29 $158,0 \pm 0,6$ 174 ± 80 27 ± 3 120 ± 80 30 $159,7 \pm 0,7$ $2,7 \pm 0,8$ $112 \pm 1,6$ 31 $162,7 \pm 0,7$ $12 \pm 1,6$ 32 $165,8 \pm 0,7$ $(9,5)$ 33 $167,5 \pm 0,7$ (18) 34 $169,0 \pm 0,8$ (155) 35 $177,5 \pm 0,9$ $3,5 \pm 0,5$ 36 $179,0 \pm 0,9$ 14 ± 2 37 $185,2 \pm 0,9$ 7 ± 1 38 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 39 $196,7 \pm 0,9$ 34 ± 5 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 41 211 ± 1 120 ± 20 18 ± 2 84 ± 20	27	$132,0 \pm 0,5$	250 <u>+</u> 50	80 <u>+</u> 10	90 <u>+</u> 50	14,0 ± 1,7
29 $158,0 \pm 0,6$ 174 ± 80 27 ± 3 120 ± 80 30 $159,7 \pm 0,7$ $2,7 \pm 0,8$ 31 $162,7 \pm 0,7$ $12 \pm 1,6$ 32 $165,8 \pm 0,7$ $(9,5)$ 33 $167,5 \pm 0,7$ (18) 34 $169,0 \pm 0,8$ (15) 35 $177,5 \pm 0,9$ $3,5 \pm 0,5$ 36 $179,0 \pm 0,9$ 14 ± 2 37 $185,2 \pm 0,9$ 7 ± 1 38 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 39 $196,7 \pm 0,9$ 34 ± 5 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 41 211 ± 1 120 ± 20 18 ± 2 84 ± 20	28	142,9 <u>+</u> 0,5		9 ± 1		I,5 <u>+</u> 0,2
30 $159,7 \pm 0,7$ $2,7 \pm 0,8$ 31 $162,7 \pm 0,7$ $12 \pm 1,6$ 32 $165,8 \pm 0,7$ $(9,5)$ 33 $167,5 \pm 0,7$ (18) 34 $169,0 \pm 0,8$ (15) 35 $177,5 \pm 0,9$ $3,5 \pm 0,5$ 36 $179,0 \pm 0,9$ 14 ± 2 37 $185,2 \pm 0,9$ 7 ± 1 38 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 39 $196,7 \pm 0,9$ 34 ± 5 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 41 211 ± 1 120 ± 20 18 ± 2 84 ± 20	29	$158,0 \pm 0,6$	174 <u>+</u> 80	27 <u>+</u> 3	120 <u>+</u> 80	4,3 <u>+</u> 0,5
3I $162,7 \pm 0,7$ $12 \pm 1,6$ 32 $165,8 \pm 0,7$ $(9,5)$ 33 $167,5 \pm 0,7$ (18) 34 $169,0 \pm 0,8$ (15) 35 $177,5 \pm 0,9$ $3,5 \pm 0,5$ 36 $179,0 \pm 0,9$ 14 ± 2 37 $185,2 \pm 0,9$ 7 ± 1 38 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 39 $196,7 \pm 0,9$ 34 ± 5 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 41 211 ± 1 120 ± 20 18 ± 2 84 ± 20	30	159,7 <u>+</u> 0,7		2,7 <u>+</u> 0,8		$0,43 \pm 0,13$
32 $165,8 \pm 0,7$ $(9,5)$ 33 $167,5 \pm 0,7$ (18) 34 $169,0 \pm 0,8$ (15) 35 $177,5 \pm 0,9$ $3,5 \pm 0,5$ 36 $179,0 \pm 0,9$ 14 ± 2 37 $185,2 \pm 0,9$ 7 ± 1 38 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 39 $196,7 \pm 0,9$ 34 ± 5 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 41 211 ± 1 120 ± 20 18 ± 2 84 ± 20	3I	$162,7 \pm 0,7$		I2 <u>+</u> I,6		$1,9 \pm 0,2$
33 $167,5 \pm 0,7$ (18) 34 $169,0 \pm 0,8$ (15) 35 $177,5 \pm 0,9$ $3,5 \pm 0,5$ 36 $179,0 \pm 0,9$ 14 ± 2 37 $185,2 \pm 0,9$ 7 ± 1 38 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 39 $196,7 \pm 0,9$ 34 ± 5 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 41 211 ± 1 120 ± 20 18 ± 2 84 ± 20	32	165,8 <u>+</u> 0,7		(9,5)		(1,5).
34 $169,0 \pm 0.8$ (15) 35 $177,5 \pm 0.9$ $3,5 \pm 0.5$ 36 $179,0 \pm 0.9$ 14 ± 2 37 $185,2 \pm 0.9$ 7 ± 1 38 $192,1 \pm 0.9$ 12 ± 2 39 $196,7 \pm 0.9$ 34 ± 5 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 41 211 ± 1 120 ± 20 18 ± 2 84 ± 20	33	$167,5 \pm 0,7$		(18)		(2,8)
35 $177,5 \pm 0,9$ $3,5 \pm 0,5$ 36 $179,0 \pm 0,9$ 14 ± 2 37 $185,2 \pm 0,9$ 7 ± 1 38 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 39 $196,7 \pm 0,9$ 34 ± 5 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 41 211 ± 1 120 ± 20 18 ± 2 84 ± 20 40 218 ± 1 $5 + 1 = 7$	<u>3</u> 4	169,0 <u>+</u> 0,8		(15)		(2,3)
36 $179,0 \pm 0,9$ 14 ± 2 37 $185,2 \pm 0,9$ 7 ± 1 38 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 39 $196,7 \pm 0,9$ 34 ± 5 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 41 211 ± 1 120 ± 20 18 ± 2 84 ± 20 40 218 ± 1 $5 + 1 = 7$	35	$177,5 \pm 0,9$		3,5 <u>+</u> 0,5		0,53 <u>+</u> 0,07
37 $185,2 \pm 0,9$ 7 ± 1 38 $192,1 \pm 0,9$ 12 ± 2 39 $196,7 \pm 0,9$ 34 ± 5 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 41 211 ± 1 120 ± 20 18 ± 2 84 ± 20 40 218 ± 1 5 ± 1.7	36	179,0 <u>+</u> 0,9		I4 ± 2		2,I <u>+</u> 0,3
38 $192, I \pm 0, 9$ $I2 \pm 2$ 39 $196, 7 \pm 0, 9$ 34 ± 5 40 $204 \pm I$ $0, 25 \pm 0, 09$ 41 $2II \pm I$ $I20 \pm 20$ 18 \pm 1 $I20 \pm 17$	37	185,2 <u>+</u> 0,9		7 <u>t</u> I		$1,0 \pm 0,15$
39 $196,7 \pm 0,9$ 34 ± 5 40 204 ± 1 $0,25 \pm 0,09$ 41 211 ± 1 120 ± 20 18 ± 2 84 ± 20 42 218 ± 1 57 ± 17 77	38	192,I <u>+</u> 0,9		I2 <u>+</u> 2		I,7 ±0,3
40 $204 \pm I$ $0,25 \pm 0,09$ 41 $21I \pm I$ 120 ± 20 18 ± 2 84 ± 20 42 $218 \pm I$ $5 T \pm I T$ $7 T = 17$	39	196,7 <u>+</u> 0,9		34 <u>+</u> 5		4,8 <u>+</u> 0,7
4I 2II \pm I I20 \pm 20 I8 \pm 2 84 \pm 20	40	204 <u>+</u> I		0,25 <u>+</u> 0,09		0,03 <u>+</u> 0,01
	4I	2II <u>+</u> I	I20 <u>+</u> 20	I8 <u>+</u> 2	84 <u>+</u> 20	2,5 <u>+</u> 0,3
$\gamma_{\mathcal{L}}$ $\gamma_{\mathfrak{f}}$ $z_{\mathfrak{f}}$ $z_{\mathfrak{f}}$ $z_{\mathfrak{f}}$	42	2I8 <u>+</u> I		5,I <u>+</u> I,7		0,7 <u>+</u> 0,2

Параметры нейтронных резонансов Er

I	2	3	4	5	6
43	224 <u>+</u> I		2,6 <u>+</u> 0,9		0,35 <u>+</u> `0,12
4 4	230 <u>+</u> I		2I <u>+</u> 4		2,8 <u>+</u> 0,5
45	23I <u>+</u> I		•		0,03
46	236 <u>+</u> I,5		I6 <u>+</u> 3		2,I <u>+</u> 0,4
47	238 <u>+</u> I,5		I7 <u>+</u> 3		2,2 + 0,4
48	248 <u>+</u> 1,5		(8,2)		(1,0)
49	250 <u>+</u> I,5		(6,5)		(0,8)
50	259 <u>+</u> I,5		28 <u>+</u> 4		3,5 <u>+</u> 0,5
5I	264 <u>+</u> I,5		I3 <u>+</u> 2		I,6 <u>+</u> 0,2
52	275 <u>+</u> I,5		9 <u>+</u> 2		I,I <u>+</u> 0,2
53	28I <u>+</u> I,5		40 <u>+</u> 4		4,8 <u>+</u> 0,5
54	284 <u>+</u> I,5		42 <u>+</u> 4		5,0 <u>+</u> 0,5
55	290 <u>+</u> 1,5		4 <u>+</u> I		0,5 <u>+</u> 0,I
56	3II <u>+</u> 2		IO <u>+</u> 2		I,I ± 0,2
57	32I <u>+</u> 2	·	I4 <u>+</u> 2		I,6 ± 0,4

Продолжение таблицы 🛙

Таблица 4

Параметры резонансов Ег

№ № <u>п/п</u>	Е, эв	Г,мэь	Гп, мэв	Г, мэв	Γ'n
т	7.3T + 0.05		0.01 + 0.002		0 004 + 0 0008
2	80.0 ± 0.3	T37 + 9	56 + 3	8T + TO	6.2 ± 0.3
3	189.3 ± 0.9	154 + 55	78 + 10	76 + 55	5.7 ± 0.7
4	245 + I	800 + 150	550 + 60	250 + 160	35 + 4
5	3I4 + 2	••••	155 + 30		9 + 2
6	529 <u>+</u> 3	1000 <u>+</u> 200	900 <u>+</u> 100	100 ± 250	39
7	764 <u>+</u> 4	-	86 <u>+</u> 28	-	. 3 ± I
8	83I ± 5		II00 ± 330		38 <u>+</u> II
9	1009 <u>+</u> 6		600 <u>+</u> 200		I9 <u>+</u> 6
10	I098 <u>+</u> 7	,	II50 ± 350		34 <u>+</u> 10
II	II35 <u>+</u> 7		-		5
۰I2	I355 <u>+</u> 8		550 <u>+</u> 200		I5 <u>+</u> 5
13	I455 <u>+</u> 9		1500 <u>+</u> 500		39 <u>+</u> I3
I4	1820 <u>+</u> 12		-		
I5	I905 <u>+</u> I2				
I6 ·	1950 <u>+</u> 12				
I7	2210 <u>+</u> 13				• .
18	2 3 80 ± 14				
I9	2690 🛓 16				

,

ζ

Продолжение таблицы 4

I	2	3	. 4	5	6
20	3I20 <u>+</u> I9				
21	3320 ± 20				
22	3715 <u>+</u> 22				
23	4150 <u>+</u> 25				
24	4360 <u>+</u> 34			•	

<u>Таблица 5</u>

Er Параметри резонансов

метры	резонансов	-

»» № п/п	Е, , эв	Г,мэв	Гп, мэв	Γ'n
1	7,40 ± 0,05		0,007 <u>+</u> 0,001	0,0026 ± 0,0004
2	95,3 <u>+</u> 0,4	1000 <u>+</u> 200	800 <u>+</u> I00	82 <u>+</u> IO
3	285 <u>+</u> 1,5	800 <u>+</u> 300	800 ± 200	47 ± 12
14	498 <u>+</u> 3		600 <u>+</u> 150	27 <u>+</u> 7
5	750 <u>+</u> 4		I20 ± 50	4,4 <u>+</u> I,8
6	939 <u>+</u> 5		1600 <u>+</u> 300	52 <u>+</u> IO
7	1098 <u>+</u> 6		700 <u>+</u> 200	21 <u>+</u> 6
8	1224 <u>+</u> 7			2
9	I 390 <u>+</u> 8		1400 <u>+</u> 500	37 <u>+</u> I3
IO	1534 <u>+</u> 10			2
IL	2010 ± 12		720 <u>+</u> 200	I6 <u>+</u> 4
I2	2103 <u>+</u> 13		930 <u>+</u> 300	20 <u>+</u> 7
13	2250 <u>+</u> 13		1400 <u>+</u> 500	29 <u>+</u> IO
T4	2 380 <u>+</u> I 4		680 <u>+</u> 230	T4 ± 5
15	2840 <u>+</u> I7		3000 <u>+</u> 1000	56 <u>+</u> 18
16	3315, 🛨 20			
I7	3890 <u>+</u> 23			
18	4200 <u>+</u> 25			
19	4730 <u>+</u> 30			

Таблица 6

Ядро - мишень	Спин- мишени	Е Мәв	Р(Z) Мэв	<i>Р(</i> м) Мав	Ц Мэв	2 рнаби.	б	a (Hat)
	0	6,60	0,62	0	5,98	(8,7+1,5).10 ⁴	5,46	20,8+0,4
	0	6,46	0,62	0	5,84	$(3,84+0,44).10^4$	5,37	19,6+0,4
	7/2	7,76	0,62	0,61	6,53	$(4, 4 \pm 0, 6).10^5$	5,48	18,9 <u>+</u> 0,4
	0	5,97	0,62	0	5,35	(I,8I <u>+</u> 0,26).10 ⁴	5,25	19,6+0,4
	0	5,70	0,62	0	5,08	(1,20 <u>+</u> 0,16).10 ⁴	5,23	19,6+0,4

Здесь E-энергия возбуждения; P(z) и P(N) -энергии спаривания протонов и нейтронов соответственно; $\mathcal{U} = E - P(z) - P(N)$ -эффективная энергия возбуждения; ρ_{nabs} - плотность состояний ядра с заданной энергией возбуждения \mathcal{U} , \mathcal{G} и α -параметры плотности уровней.

ОГЛАВЛЕНИЕ

		Стр.
1.	К статистическому подходу в теории деления	3
2.	Энергетические и массовые распределения осколков при делении () 233	
_	и () суб быстрыми нейтронами	5
3.	Простое квазиклассическое соотношение для угловой анизотропии деле-	
	ния ядер нейтронами	7
4.	Интегральные и дифференциальные сечения деления // ->- нейтронами	8
5.	Каналовые эффекты в энергетической зависимости и тиси тис	11
6.	Эгловые распроделения осколков фотоделения волизи порога	12
7.	влияние осолочечных эффектов на энергию ядра в точке разрыва	14
8.	кинетические энергии и выходы осколков при делении урана-233 и	T L
0	урана-238 моноэнергетическими неитронами	14
У. то	корреляции резонансных параметров делящихся ядер	16
10.	этловая анизотрония и эффекты нарнои корреляции нуклонов при делении	τ 12
тт		11
11.	относительные измерения среднего числа неитронов, испускаемых при	то
10	$\overline{\lambda}$	10
14.	леристическая зависимость у и оаланс реализующейся экертий при	то
τz	Делении О и О неитронами	19
17. T.	Спектры частиц при неупругом рассенний	21
14. TC	Спектры неупруго рассенных неитронов на ндрах ле ,	21
12.	Радиационный захват неитронов при синтезе тяжелых элементов	22
10.	выходы радиоактивных изотопов в ядерных реакциях на циклотроне	24
11.	(0.02 ± 50) ap	20
18		27
10.	A = эктивных ялер, образованных при захвате поляризованных тепловых	
	узастивных ндору образованных при сахвате номприобанных топловых нейтлонов	31
19.	Возможность протекания (n. D) -реакций на тепловых нейтронах для	71
12.		33
20.	Уровии составных ялер, возникающих при захвате медленных нейтронов	
	изотопами осмия 187. 188. 189	34
21.	Сечение радиационного захвата быстрых нейтронов изотолами π^{50} и V ⁵¹	34
22.	Упругое рассеяние нейтронов с энергией 1,5 Мэв на ядрах среднего	
	атомного веса	36
23.	Определение сечений рассеяния некоторых редкоземельных элементов	
	для тепловых и эпитепловых нейтронов	38
24.	Уровни диспрозия 156	42
25.	Кинетические энергии осколков деления Ас ²⁵⁹ тепловыми и резонанс-	
	ными нейтропами	43
26.	Кинетические энергии осколков деления μ^{22} тепловыми нейтронами	44
27.	Нейтронные резонансы изотопов эрбия	47

.





USSR STATE COMMITTEE ON THE USE OF ATOMIC ENERGY NUCLEAR DATA INFORMATION CENTRE

Nuclear Physics Research in the USSR (Volume of Abstracts)

No.4

Obninsk 1967

67-4005 Translation from Russian

Editorial Board

A.E.	Savelev	(Chief Editor, Institute of Physics and Energetics)
G.Z.	Bo rukho vi ch	(A.F. Joffe Physico-Technical Institute USSR Academy of Sciences)
Yu.P.	Popov	(Joint Institute for Nuclear Research)
V.G.	Madeev	(I.V. Kuchatov Institute of Atomic Energy)
I,A.	Korzh	(Institute of Physics, Ukrainian Academy of Sciences)
V.N.	Andreev	(Institute of Theoretical and Experimental Physics)
A.I.	0 bukho v	(V.G. Khlopin Radium Institute)

English translation edited by K. Ekberg

.

This volume presents the abstracts of work on the experimental or theoretical analysis of nuclear reactions induced by neutrons of energies up to 20-30 MeV, and also of work on the fission of nuclei. It covers investigations carried out in certain institutes in the Soviet Union in the second half of 1966.

Institute of Physics and Energetics

THE STATISTICAL APPROACH IN THE THEORY OF FISSION A.V. Ignatyuk, V.S. Stavinsky and Yu. N. Shubin

A number of studies $\begin{bmatrix} 1 \end{bmatrix}$ use a statistical model of nuclear reactions for making calculations of fission products yield. Detailed analysis has shown that these calculations cannot be accepted as satisfactory, since the number of theoretical parameters that can be selected is equal to the number of experimental results to be explained.

If we use the saddle-point method, we can obtain approximate expressions for the mass yield, the mean kinetic energies and the variance of the kinetic energies of the fragments:

(1)

 $\bigvee (A_1, A_2) = const \frac{\alpha}{\alpha_1 \alpha_2 (\alpha - E_x - \Delta)} \ell^{-\psi (B - E_x) + 2 \sqrt{\alpha_1 (\alpha - E_x - \Delta)}}$ $y - \sqrt{\frac{a}{a - E_{x} - a}} \left(1 - \frac{1}{4} - \frac{1}{\sqrt{a - E_{x} - a}} \right) = 0,$ $G_{E_{x}}^{s} = 2 \sqrt{\frac{Q-E_{x}-\Delta}{a}^{s}} \left(1-\frac{7}{2} \frac{1}{\sqrt{a}(Q-E_{x}-\Delta)}\right)^{s}$

where a_1 and a_2 are the level density parameters of the fragments; $a = a_1 + a_2$;

- is the pairing energy;
- Q is the reaction energy;
- B is the barrier height; and
- φ is a parameter denoting the steepness of the barrier.

These correlations provide a simple link between the theoretical parameters and the values observed experimentally, and are at the same time sufficiently precise. They agree to within a few per cent with the results of computer calculations of fragment yields.

The results of the calculations given in the figure show that the agreement with the experimental values is due to the selection of Q and B for each fragment mass, but the calculations of dispersion do not agree with experiment even with this selection.

On the basis of experimental data now available for the weak dependence of the mean kinetic energy of the fragments on the excitation energy of the fissionable nucleus, we can formulate a requirement for the behaviour of the cross-section of the inverse process. As the mean kinetic energy of the fragments is determined (1) by the position of the maximum of the product of the cross-section for the inverse process and the level density of the fragments, the cross-section of the inverse process must depend on the excitation energy in such a manner as to compensate for this dependence in the level density. This requirement is not fulfilled in any one of the cases in which we express the cross-section for the inverse process in terms of the penetrability of some barrier. To represent the process of the amalgamation of two excited fragments as the passage of a system through some static barrier which remains invariable during the process of motion, is obviously an oversimplification. Accordingly, it is of fundamental importance that allowance be made for the specific characteristics of the transitional state in the cross-section for the inverse process, and the statistical approach to fission must, besides considering phase space, deal with the characteristics of the transitional process.

REFERENCES

<u>[</u>1] E. Erba, U. Facchini, E. Saetta-Menichella, F. Tonolini, L. Tonolini Severgnini Phys. Lett. <u>6</u>(1963)294.

- E. Erba, U. Facchini, E. Saetta-Menichella, F. Tonolini Phys. Lett. <u>12</u>(1964)109.
- E. Erba, U. Facchini, E. Saetta-Menichella Nucl. Phys. <u>84</u>(1966)595.



a)	Mass yield o	f fragments;	ζ	235
ъ)	Mean kinetic	energy of the fragment	s;)	(n_t, f)
	x x 0 0	experimental curve, calculated results <u>[1]</u> calculated results acco selected by Erba, Facco calculated results with	7, ording to (] nini, and Sa nout selecti	l) with parameters aetta-Menichella in [1], ion of parameters.
c)	Dispersion of	f the mean kinetic energy	gies of the	fragments:
ŕ	o o △ △ □ □ ▼ ∇ x x	thermal neutrons, $E_n = 5 \text{ MeV}_9$ $E_n = 6 \text{ MeV}_9$ $E_n = 7 \text{ MeV}_9$ calculations according	F f J to (1) with	Experimental data taken From VOROBYEVA, V.G. et al., Vadernaja fizika 4(1966)325 n selected values
		for parameters <u>[1]</u> .		ч.

ENERGY AND MASS DISTRIBUTIONS OF FRAGMENTS IN THE FISSION OF 235U AND 233U BY FAST NEUTRONS

P.P. Dyachenko, B.D. Kuzminov, V.B. Mikhailov, V.F. Semenkov V.I. Senchenko and A.N. Utyushkov

(Submitted to Jadernaja fizika)

In this study measurements were made of the mass and kinetic-energy distributions of the fragments in the fission of 233 U by 430 keV, 630 keV and 1.1 MeV neutrons, and of 235 U by 100 keV, 260 keV, 700 keV and 1.3 MeV neutrons. The method used consisted in the simultaneous measurements of the energies of paired fragments, by means of surface-barrier silicon detectors.

Fig. 1 shows the fragment yields for ^{233}U (a) and ^{235}U (b). The fragment yields clearly show a fine structure for the entire range of neutron energies used in the present work.

Fig. 2 represents the kinetic energies of the fragments for various modes of fission in the bombardment of ^{233}U (a) and ^{235}U (b) nuclei by thermal neutrons and their variations $\Delta E_{K}(M_{H}) = E_{K}^{\delta}(M_{H}) - E_{K}^{m}(M_{H})$ in fission by fast neutrons. It will be noted that the measured values of kinetic energy are a function of the fragment masses.

The table gives values for the variations in the average total kinetic energy of the fragments in fission by thermal and fast neutrons $(\Delta E_{\rm K} = \overline{E}_{\rm K}^{\delta} - \overline{E}_{\rm K}^{\rm T}).$

The variations in the yields and kinetic energies of the fragments are attributed to the influence of the transitional states of the fissionable nuclei.



Fig. 1

Fragment yields in the fission of ^{233}U (a) by thermal neutrons (solid line) and 430 keV neutrons (Δ), 630 keV (0), 1.1 MeV (+), and of ^{235}U (b) by thermal neutrons (solid line) and by 100 keV (\Box), 260 keV (Δ), 700 keV (0) and 1.3 MeV (+) neutrons.

Typical statistical errors in fission by fast neutrons are pointed out. The error in the case of thermal neutrons is half as great.





Kinetic energies of fragments in the fission of ^{233}U (a) and ^{235}U (b) by thermal neutrons (solid line) and variations in the kinetic energies $\Delta E_{\rm K}$ in fission by fast neutrons (right-hand scale):

 233 U - Δ - 430 keV, 0 - 630 keV, + - 1.1 MeV 235 U - \square - 100 keV, Δ - 260 keV, O - 700 keV, + - 1.3 MeV

Typical statistical errors for E_{K} in fission by thermal neutrons and for ΔE_{K} in fission by fast neutrons are pointed out (in fission of ^{235}U by 100 keV and 700 keV neutrons, the error in the case of ΔE_{K} is twice that of the typical errors indicated).

			Targe	et-nucleus			
	ي	233 _U		<u></u>	235 _U	<u> </u>	
[∆] En MeV	0.43 <u>+</u> 0.06	0.63 <u>+</u> 0.06	1.1 <u>+</u> 0.1	0.1 <u>+</u> 0.08	0.26 <u>+</u> 0.06	0.7 <u>+</u> 0.06	1.3 <u>+</u> 0.1
∆ <u>F</u> K CeV	300 + 80	250 + 80	215 + 80	60 + 160	-30 + 80	140 + 160	60 + 80

• • • • • • • • • • • • • • • • • • •		······································	1
			, i
		· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·	
	·		

A SIMPLE QUASI-CLASSICAL CORRELATION FOR THE ANGULAR ANISOTROPY OF NUCLEAR FISSION BY NEUTRONS

V.G. Nesterov, G.N. Smirenkin and A.S. Tishin

(Submitted to Jadernaja fizika)

The authors analyse the discrepancy between quantum mechanics calculations of the angular anisotropy of nuclear fission by neutrons and the well-known quasi-classical formula of Halpern and Strutinsky

$$A = \frac{\ell^2 \max}{8 \kappa_0^2} = \frac{5 E_n}{8 \kappa_0^2}$$
(1)

They give a simple, semi-empirical relation for the mean square of the angular momentum of the nucleus, based on the classical dependence $\ell_{\text{max}} = C\sqrt{E}_n$

$$\overline{\ell(\ell+1)} = \frac{1}{2} (2.10\sqrt{E_n} + 1)^2$$
(2)

The use of relation (2) leads to the following expression for A:

$$A = \frac{(\ell_{\max} + 1)^2}{8 \kappa_0^2} = \frac{(2.10\sqrt{E_K} + 1)^2}{8 \kappa_0^2}$$
(3)

which eliminates the above-mentioned discrepancy.

From the figure we can see how the calculations of K_0^2 according to formula (3), on the basis of experimental data on the angular anisotropy of the fission of 239 Pu by neutrons, agree with the results of the quantum calculations of Griffin and how the latter are at variance with the calculations of K_0^2 according to formula (1).



Fig. 1

The values of K_0^2 in the fission of 239 Pu by neutrons, as obtained in the quantum-mechanics calculations of Griffin, indicated by \blacktriangle ; according to formula (1), by EQ, and according to formula (3), by 0. INTEGRAL AND DIFFERENTIAL CROSS-SECTIONS FOR THE FISSION OF 232Th BY NEUTRONS

S.B. Ermagambetov, V.F. Kuznetsov, L.D. Smirenkina and G.N. Smirenkin

> (Paper for Paris Conference on Nuclear Data, 1966*. Jadernaja fizika 5, 257 (1966) Letter ZhETF 5, No. 1 (1967))

The authors measured the relative trend of the cross-section of 232 Th for fission by fast neutrons ranging from 0.6 to 3.0 MeV. The experiment was carried out with a multi-layer fission chamber containing a charge of about 6 g of thorium oxide. The results of the measurements are given on Fig. 1. In the shape of the integral cross-section $\sigma_{\rm f}$ from 0.6 to 1.2 MeV, previously uninvestigated, they found irregularities whose position can be correlated with levels of the 232 Th nucleus which are excited as a result of inelastic scattering. E curvy, characterizing the curvature of the barrier for fission of the 233 Th nucleus, was estimated at 0.06 $\stackrel{+}{=}$ 0.01 MeV.

Measurements of the differential fission cross-sections, i.e. of the angular distributions of fragments, were carried out by the round glass method in the 1.0 to 2.5 MeV neutron energy range. The results of measurements for the angular anisotropy of the fission of $\frac{W(O^{\circ})}{W(90^{\circ})}$ are shown in Fig. 1 in the form of a solid curve. Fig. 2 gives the distribution $W(\gamma)$ for $E_n = 1.60 \stackrel{+}{=} 0.02$ MeV. It differs substantially from the measurement results of Henkel and Brolly, which by now have become the classical demonstration of channel effects. This changed the identification of the primary fission channel responsible for the form $W(\gamma)$, $CK^{K} = 3/2^{-}$ to $3/2^{+}$ (or $5/2^{+}$). A more detailed analysis of the lowest fission channels taking part in the fission of 232 Th by neutrons led to the following sequence K^{K} : $1/2^{+}$, $3/2^{-}$, $3/2^{+}$ etc.

* Nuclear Data for Reactors, Vol. 2, IAEA, Vienna (1967) 146.



Fig. 1.

Cross-section σ_f and angular anisotropy of the fission of 232 Th by neutrons





Angular distribution of fission fragments for $E_n = 1.6$ MeV

 $_{\odot}$ - results of our measurements

A - findings of Henkel and Brolly

CHANNELLING EFFECTS IN THE ENERGY DEPENDENCE OF $\overline{\mathbf{v}}$ FOR ²³⁵U AND ²³²Th L.I. Prokhorova, G.N. Smirenkin and D.L. Shpak

> (Paper for the Conference on Nuclear Data, Paris 1966*.)

The paper gives the results of measurements of the relationship between the mean number of secondary neutrons $\bar{\nu}$ and the energy of the neutrons E_n inducing the fission of ^{235}U and ^{232}Th .

Measurement of $\overline{\mathbf{v}}$ was performed by the method consisting of selecting pulse coincidences from ${}^{10}\text{Bf}_3$ counters in a paraffin block, inside which was located a multi-layer fission chamber. The method has been described in detail in numerous studies.

The neutron source was the T(p,n) reaction, obtained with a Van de Graaffaccelerator.

The measurements of $\overline{\nu}$ for ²³²Th were performed in the neutron energy range from 1.6 to 3.2 MeV, and those of $\overline{\nu}$ for ²³⁵U in the range from 0.4 to 3.2 MeV; the energy step was ~ 0.2 MeV and the energy resolution ~ 0.06 MeV. The accuracy of the $\overline{\nu}$ -values was about 1% for ²³⁵U and about 2% for ²³²Th.

The measured values for \overline{v} were compared with those calculated from the mean kinetic energy of the fission fragments in the same energy range.

In general, the measured dependence of $\overline{\nu}$ on the energy of the neutrons E_n inducing ²³⁵U fission takes the form of a somewhat stepped curve. In particular, in the energy region from 1 to 2 MeV the slope $d\nu/dE_n$ represents 0.06 MeV⁻¹, whereas at higher neutron energies $d\overline{\nu}/dE_n \sim 0.15$ MeV⁻¹.

One of the possible explanations of the stepped dependence of $\overline{\nu}$ on the energy of neutrons inducing fission of the even-even compound nucleu 236 U could be the existence of an energy gap in the 236 U fission channel spectrum. The stepped form of the energy dependence of $\overline{\nu}$ is in good qualitative agreement with the conclusions of V.M. Strutinsky and V.A. Pavlinchuk regarding the effect of nucleon pairing on the internal excitation spectrum of fissionable nuclei.

* Nuclear Data for Reactors, Vol. 2, IAEA, Vienna (1967) 67.

The dotted lines on Fig. 1 correspond to the conclusions of this theory concerning the existence of two excitation energy regions where $\frac{d\overline{v}}{dE_n}$ differs by a factor of 1.5.



Comparison of the results of the present study $\not {\mbox{$\stackrel{0}{$}$}}$ with the measurements of $\overline{\nu}$ for 235U by other authors


- 15 -



Comparison of the results of measurements of $\overline{\mathbf{v}}$ for 232 Th in the present study \mathbf{p} with the results of other authors

THE ANGULAR DISTRIBUTIONS OF PHOTOFISSION FRAGMENTS CLOSE TO THE THRESHOLD

N.S. Rabotnov, G.N. Smirenkin, A.S. Soldatov and L.N. Usachev
(Institute for Physics and Energetics) S.P. Kapitsa and Yu.M. Tsipenyuk
(S.I. Vavilov Institute for Physical Problems, USSR Academy of Sciences)

The authors give the results of recent measurements of the angular distributions of fragments w (v) in the photofission of a number of nuclei $\binom{23^2}{210}$ pu, $\binom{240}{240}$ pu, $\binom{242}{239}$ pu) by bremsstrahlung photons having a maximum energy of between 5 and 8 MeV. The experiment was run on the microtron of the Institute for Physical Problems of the USSR Academy of Sciences, in accordance with the method of recording fragments by glass detectors. The angular distributions are represented in the form w (v) = a + b sin² v + c sin² 2v, with the normalization a + b = 1. An analysis was made of the results obtained together with the data of Katz et al. on the fission cross-section σ_{f} along the lines of A. Bohr's model for transitional states of the fissionable nucleus.

The connection between the energy relationships b/a (E^*) and σ_f (E), where E is the energy of the γ quanta, and E^* is the mean excitation energy for the fission cross-section and the bremsstrahlung spectrum, depends on the manner in which a specified preferred value of the projection of the total angular momentum of the compound nucleus on the axis of the nucleus K evolves in the fission process. There are two possible variants: (a) K is fixed during a period considerably shorter than the lifetime of a compound nucleus but longer than the time of passage of the saddle point, and (b) at excitation energies close to the fission threshold K is conserved in compound nucleus states, i.e. it has a definite value during the entire lifetime of the states.

It is shown that for the case of (a), the point E_{crit} , in which the anisotropy of fission begins to decrease from its maximum value to zero, must lie at a value $\Delta \equiv = E_f - T_f$ higher than T_f (E_f is the true fission threshold, and T_f is the energy value at which the fission width becomes equal to the radiation width), while for assumption (b) the equality $E_{crit} = T_f$ must be fulfilled. The experimental data (Fig.1) agree with the assumption (b): $E_{crit} \approx T_f$ in all cases, whereas in assumption (a) $\Delta \equiv \approx 600 - 500$ keV. Analysis of the photofission of 239 Pu provides further confirmation of the hypothesis concerning the existence of an approximate law for the conservation of K at moderate excitation energies.



Fig. 1

THE INFLUENCE OF SHELL EFFECTS ON THE ENERGY OF THE NUCLEUS AT THE SCISSION POINT

A.V. Ignatyuk

In this paper a study is made of the mass distribution, charge, kinetic energy and deformation of fragments. The study is based on calculations of the energy of a fissionable nucleus at the moment of the breaking up of the neck. The configuration of the nucleus is described in terms of a model of divided spheroids, whose energy was calculated with due allowance for influence of shell structure on their deformability. It is shown that the energy minimum corresponds to asymmetric fission in the case of heavy fissionable nuclei, to symmetric fission in that of light nuclei and to a three-humped mass-yield curve in that of nuclei in the intermediate region. The results obtained also give a fairly good description of the distribution of the mean kinetic energies and charge of fragments of a given mass over the entire region of fissionable nuclei.



Fig. 1

The energy of the scission point as a function of fragment mass ratio (ξ in units of surfacetension energy of the fissionable nucleus)

- 18 -

KINETIC ENERGIES AND FRAGMENT YIELDS IN THE FISSION OF ²³³U and ²³⁸U BY MONOENERGETIC NEUTRONS

V.I. Senchenko, A.I. Sergachev, V.B. Mikhailov, V.G. Vorobyeva, M.Z. Tarasko and B.D. Kuzminov

(Submitted to Jadernaja fizika)

The authors study fragment distributions in terms of mass and kinetic energies for the case of the fission of 233 U by thermal neutrons and 0.43 MeV and 2.6 MeV neutrons, and of 238 U by 2.5 and 7 MeV neutrons. The experimental method consisted in making simultaneous measurements of the energies of complementary fragments by means of silicon semiconductor detectors.

Fig.l shows the fragment distributions in terms of mass for the fission of ^{233}U by thermal neutrons and 0.43 MeV and 2.6 MeV neutrons (a), and of ^{238}U by 2 MeV, 5 MeV and 7 MeV neutrons (b).

Fig.2 shows the variations in fragment yields where Y_0 is represented by the fragment yields for fission by thermal neutrons $Y = Y(E_n) - Y_0$, in the case of ^{233}U , and by the yields for fission by 2 MeV neutrons in that of ^{238}U . It is pointed out that the variations in y_lds in the fission of ^{233}U and ^{238}U are not the same and the effect of different factors on these variations is considered.

The mean kinetic energies of the fission fragments for the excitation energies investigated show very little variation. The variations in the kinetic energy of symmetrical fragments with increasing excitation energy do not exceed the limits of statistical measuring errors.





'Fragment distribution in terms of mass, in the fission of:

- (a) ^{233}U by thermal (\odot), 0.43 MeV (\circ) and 2.6 MeV (+) neutrons;
- (b) ²³⁸U by 2 MeV (☉), 5 MeV (☉), and 7 MeV (+) neutrons.



Variations in fragment yield of ΔY in the fission of 233U by 2.6 MeV neutrons (\odot), of 230Th by 25.7 MeV a particles (X) and of 238U by 5 MeV neutrons (0).

- 20 -

CORRELATIONS OF THE RESONANCE PARAMETERS OF FISSIONABLE NUCLEI

E.V. Gai and N.S. Rabotnov

The authors discuss some of the causes of the correlation found to obtain between various random magnitudes characteristic of neutron resonances and show that if the correlation factor is known, the difference between the mean resonance parameters for two spin subsystems can be \cdot estimated. For example, it is generally assumed that the mean values of the magnitude $(2g \Gamma n_0)_i$ where $g = \frac{2J + 1}{2(2I + 1)}$ (J is the spin of the resonance level, I is the spin of the target nucleus) do not depend on J. The calculation performed gives:

$$\frac{(\overline{2g\Gamma n_o})_1}{(2g\Gamma n_o)_2} = \left(1 - \frac{R(1 + \delta\alpha)}{\delta(1 - \alpha)}\right) \left(1 + \frac{R(1 + \delta\alpha)}{1 - \alpha}\right),$$

where

$$\alpha = \frac{\overline{\Gamma}_{f1}}{\overline{\Gamma}_{f2}}; \quad \delta = \frac{g_1}{g_2}; \quad R = \frac{\overline{\Gamma_{f} \cdot 2g\Gamma_n}}{\overline{\Gamma}_{f} \cdot 2g\overline{\Gamma}_{o}} - 1,$$

R is averaged over all resonances regardless of spin, i.e. R is calculated directly from the experimental data on the magnitude. However, the difference of $(2g \ \Gamma n_o)$ can be assessed with certainty only in the case of a negative correlation coefficient r, since a positive value of r could be a consequence of level transmission. The latter effect was utilized in determining the shares of the transmitted resonances. Within the limits of statistical accuracy for the experimental data, we can use the "mean" curve, shown in Fig.l by the dotted line for making estimates.

- 21 -





The ratio of the observed level density $< \varrho >$ to the true density $\overline{\varrho}$, as a function of the correlation factor r between the reduced neutron and the fission widths. ν_n is the number of degrees of freedom, χ^2 is the distribution of neutron widths, ν_f is the distribution of fission widths.

ANGULAR ANISOTROPY AND THE EFFECTS OF NUCLEON PAIR CORRELATION IN NUCLEAR FISSION

G.N. Smirenkin, V.G. Nesterov and A.S. Tishin

(Submitted to Jadernaja fizika)

The authors give the results of an analysis of the energy dependence of the mean square of the projection of the angular momentum $\overline{K}^2 = K_0^2$ of a fissionable nucleus on the axis of fragment separation, with use made of data on the angular anisotropy of the divergence of fragments from the fission of ²³⁹Pu by neutrons, and of ²³³U by a-particles. From an analysis of the relationship $\overline{K}^2(E)$ it was possible, in the case of the ²⁴⁰Pu nucleus in a deformed transitional state, to determine the critical energy of the phase transition $E_{\rm cr} = 9.5 \pm 3$ MeV and the size of the energy gap in the spectrum of the internal excitations $2\Delta_0 = 1.5 \pm 0.3$ MeV. The values obtained are substantially lower than those found in recent data. It is shown that the scale of the deviations of K_0^2 from the Fermi-gas dependence which are due to the effects of nucleon pair correlation, is considerably smaller than was assumed previously.

RELATIVE MEASUREMENTS OF THE AVERAGE NUMBER OF NEUTRONS EMITTED IN THE FISSION OF 233U AND 235U BY 0.08-1 MeV NEUTRONS

V.F. Kuznetsov and G.N. Smirenkin

The authors studied the energy dependence of the ratio of the average number of secondary neutrons $\bar{\nu}$ for fission-inducing neutron energies to $\bar{\nu}$ for neutron energies of 0.4 MeV. The method of measurement is discussed in the paper of Yu.A. Blyumkina et al., Nucl. Phys. 52 (1964) 648. The detector of secondary neutrons used was an ionization chamber with layers of 232 Th.

Measurements were carried out for 235 U in the neutron energy range from 0.08 to 1 MeV at intervals of ~0.1 MeV; for 235 U, the maximum neutron energy was 0.8 MeV. The uncertainty with respect to the energy of the primary neutrons did not exceed \pm 60 keV in any of the experiments.

A method is given for applying corrections to the experimental results. In the discussion of the corrections the following effects were taken into account: (1) the dependence of the proportionality coefficient between the total number of fissions in the disc of the fissionable material and the number of fissions in the thin layers at the boundaries of the disc, on the energy of the primary neutrons formed as a result of the interaction of the primary neutrons with the nuclei of the disc and on the spatial remoteness from the neutron source or the points of the disc lying in a plane perpendicular to the beam of incident neutrons; (2) the dependence of secondary neutron recording efficiency on variations in the excitation energy of the fissionable nucleus; (3) the effect of the triple correlation primary neutron - fission fragment - secondary neutron on secondary neutron recording efficiency; (4) the effect of variations in fission density with respect to disc radius and thickness on secondary neutron recording efficiency; (5) the contribution of multiplication effects to the total number of pulses recorded by the secondary neutron detector.

The corrections for the chosen dimensions of the system were not great (not more than 0.3%).

- 24 -

The results of the experiment, with allowance for corrections, are shown in Fig. 1 (235 U) and Fig. 2 (233 U). In Fig. 1 the results previously obtained by Yu.A. Blyumkina et al. are indicated by triangles and those of the present study by small circles. Attention is drawn to the structure in the shape of the curve $\frac{\overline{\nu(En)}}{\overline{\nu(0.4 \text{ MeV})}}$ which is of opposite character for the two isotopes.

REFERENCE

KUZNETSOV, V.F. and SMIRENKIN, G.N., Bulletin of the Information Centre on Nuclear Data, INDC-152 (English translation), IAEA, Vienna (1967) 51.







THE ENERGY DEPENDENCE OF $\overline{\nu}$ AND THE ENERGY BALANCE IN THE FISSION OF 233U AND 235U BY NEUTRONS

V.F. Kuznetsov and G.N. Smirenkin

This study deals with the possibility of giving an absolute value to the results of relative measurements of the average number of secondary neutrons arising in the fission of 233 U and 235 U by neutrons of energy ≤ 1 MeV, with use made of data on the mean kinetic energy of the fission fragments \overline{E}_{L} . The energy balance is analysed for the case of excitation of a fissionable nucleus by thermal and fast neutrons, with reference to data on relative measurements of $\overline{\nu}(E_n)$ and $\Delta \overline{E}_k(E_n) = \overline{E}_k(E_n) - \overline{E}_k^T$, where $E_k(E_n)$ and \overline{E}_k^T are, respectively, the mean kinetic energies of the fragments in fission by neutrons of energy E_n and by thermal neutrons. On the assumption of the invariability of the curve for mass yield and charges Y(M,Z) in the 0 to 1 MeV neutron energy range, the energy balance equation is written in the form: $\overline{\nu}(E_n) = \overline{\nu}_t + a / E_n - \Delta E_k(E_n) /$, where a is the mean energy of the separation of the neutron from the fragments. It is generally considered that a $\approx 0.14 \text{ MeV}^{-1}$. This equation can be related to the value $R = \overline{\nu}(E_n)/\overline{\nu}(\tilde{E}_n)$, as determined in relative measurements (Kuznetsov, V.F., Smirenkin, G.N., Atomnaja energija 5 (1967):

By substituting for the same E_n values the data on $R(E_n, \tilde{E}_n)$ and $\Delta \tilde{E}_k(E_n)$, we obtain a system of equations with the unknown coefficients $\frac{\bar{\nabla} T}{\bar{\nabla}(\tilde{E}_n)}$ and $\frac{a}{\bar{\nabla}(\tilde{E}_n)}$, which can be solved by the method of least squares. By determining these coefficients we get the possibility, with respect to $\bar{\nu}_t$ for ^{233}U and ^{235}U , of calculating $\bar{\nu}(\tilde{E}_n)$ - the mean number of fission neutrons at the reference energy \tilde{E}_n - which is required for converting the relative values $\bar{\nu}(E_n)/\bar{\nu}(\tilde{E}_n)$ into absolute values. From the values of $\bar{\nu}(E_n)$ thus determined and from the data on $\Delta \bar{E}_k(E_n)$ we can verify the assumption concerning the invariability of $\Upsilon(M,Z)$. In this case the energy balance equation takes the form: $\Delta Mc^2 = -\int E_n - \Delta E_k(E_n) \int + \frac{\nu(E_n) - \nu}{a}$, where ΔMc^2 is the variation in the $\Upsilon(M,Z)$ curve expressed in energy units. Analysis showed that in the case of ^{235}U , ΔMc^2 has a mean value of \approx -0.3 MeV in the range from 0.08 to 1 MeV; in the case of ^{233}U , $\Delta Mc^2 \cong 0$ up to 0.5 MeV, while for $E_n = 0.6$ and 0.7 MeV, ΔMc^2 diverges markedly from this value. Calculation of these divergences resulted in $\overline{\nu}(\tilde{E}_n)$ values of 2.494 for ²³⁵U, which is in excellent agreement with $\overline{\nu}(\tilde{E}_n) = 2.491 \pm 0.007$ as determined by direct comparison with $\overline{\nu}_T$ in the study of Yu.A. Blyumkina et al., Nucl. Phys. 52 (1964) 648.

For 233 U the value of $\overline{\nu}(\tilde{E}_n)$ was 2.462, Possible errors in the determination of $\overline{\nu}(\tilde{E}_n)$ were analysed in accordance with the above-mentioned method for assigning absolute values.

The absolute values of $\overline{\nu}(E_n)$ were compared with data in other studies. The measurement results were evaluated from the point of view of the influence of channel effects on $\overline{\nu}(E_n)$ and $\Delta \overline{E}_k(E_n)$. The table gives the values of $\overline{\nu}(E_n)$ obtained in the study of V.F. Kuznetsov and G.N. Smirenkin, Atomnaja energija 5 (1967), and in the present study. Included in the data is also the average number of delayed neutrons: 0.016 for ²³⁵U and 0.007 for ²³³U. The value of $\overline{\nu}_T$ in the conversion of the relative measurement data was assumed to be free of error, which would have to be taken into account where necessary.

REFERENCE

KUZNETSOV, V.F. and SMIRENKIN, G.N., Bulletin of the Information Centre on Nuclear Data, INDC-152 (English translation) IAEA, Vienna (1967) 51.

Table

The values of $\overline{\nu}(E_n)$ for ²³³U and ²³⁵U obtained by giving absolute values to the results of relative measurements (V.F. Kuznetsov, G.N. Smirenkin, Atomnaja energija 5 (1967))

E _n , MeV	$\overline{v}(E_n)^{233}U$	v(E _n) ²³⁵ U
0.08	2.489 <u>+</u> 0.030	$2.456 \pm 0.022_{*}$
0.20	2.467 + 0.031	2.523 + 0.025
0.30	2. 442 <u>+</u> 0.027	$2.511 \pm 0.023_{*}$
0.31		2.483 <u>+</u> 0.022 [°]
0.40	2.462 <u>+</u> 0.025	2.491 ± 0.017
0.50	2.472 <u>+</u> 0.027	2.486 <u>+</u> 0.022 _*
0.55	-	2.441 + 0.022
0.60	2.491 <u>+</u> 0.028	2.478 + 0.021.
0.67	-	2.471 + 0.022 [^]
0.70	2.516 ± 0.029	2.476 + 0.022
0.78	-	2.471 + 0.025
0.99	· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·	$2.503 \pm 0.029^{\circ}$

The results for $\overline{\nu}(E_n)$, obtained with a scintillation detector of secondary neutrons (see Yu.A. Blyumkina et al., Nucl. Phys. 52 (1964) 648) are indicated by asterisk.

PARTICLE SPECTRA IN INELASTIC SCATTERING

V.S. Stavinsky

The shape and characteristics of the spectrum for the inelastic scattering of neutrons is calculated for the case when the energy distribution of the particles is far from the equilibrium distribution.

The states of the residual nucleus are classified according to the number of excited particle-hole pairs. It is shown that the level density corresponding to a configuration with a given number of excited pairs is expressed by the nth term of the expansion of the function Sh ($\beta\xi$), where β is the density of single-particle states near the Fermi surface and ξ is the excitation energy. Expressions were obtained for the dependence of the mean number of excited pairs and the dispersion of this magnitude as a function of excitation energy. Deviations from the mean are fairly large, amounting, for example, to 40% in the case of $\beta = 5$ and $\xi = 5$.

It is obvious that with a sufficiently large number of excited particles the shape of the spectrum will be determined mainly by the function Sh ($\beta\xi$), which will be $-\ell^{\beta\xi}$ for large arguments, i.e. it will resemble an equilibrium spectrum with a constant "temperature" $T = \frac{1}{\beta}$. For nuclei of intermediate weight (A ≈ 100), T ≈ 0.1, which is considerably less than the temperature observed.

The calculations performed show that an alalysis limited to the shape of the spectrum of inelastically scattered neutrons is insufficient for estimating the contribution of the direct processes to the (n,n^*) reaction.

- 28 -

THE SPECTRA OF NEUTRONS INELASTICALLY SCATTERED BY THE NUCLEI 232Th, 235U AND 238U

O.A. Salnikov, N.I. Fetisov, G.N. Lovchikova, G.V. Kotelnikova, V.B. Anufrienko and B.V. Devkin

In this study measurements were made of spectra of secondary neutrons formed by the interaction of 14.1-MeV neutrons with fissionable elements, and in particular, 232 Th, 235 U and 238 U. The measurements were made on a time-of-flight spectrometer in an annular geometry. The scattering angle was 92°, the path length 2 m. The resolving power of the spectrometer was 4 ns/m.

The secondary neutron spectra were measured in the 0.17-14 MeV energy range. A considerable contribution was made to them by fission neutrons. With the boil-off spectra obtained after the subtraction of the fission neutrons, it was possible to determine the nuclear temperatures T and the nuclear level density parameters Ap for the elements under study. The results are shown in the table.

The nuclear level density parameter for U calculated on the basis of temperatures is in good agreement with the data given by A.V. Malyshev (ZhETF $\underline{45}$ (1963) 316), where this parameter was determined by analysis of neutron resonances. The data for 232 Th are of a preliminary nature.

Nucleus	232 _{Th}	235 _U	238 _U
T, MeV	0.82 <u>+</u> 0.05	0.86 <u>+</u> 0.06	0.71 <u>+</u> 0.03
Ap MeV ⁻¹	19.5	18.6	26.5

Table

- 29 -

RADIATIVE CAPTURE OF NEUTRONS BY THE FUSION OF HEAVY ELEMENTS

V.S. Shorin, S.P. Kapchigashev and V.E. Kolesov

(Submitted to Jadernaja fizika)

According to the present view, the formation of heavy elements is associated with processes of radiative capture of neutrons with energies of 10 to 100 keV in stars: by the slow S-process in the red giant stage, and by the fast Γ process in the bursts of supernova stars. The model of the S process predicts the existence of a correlation between the cross-sections for neutron capture $\sigma_{n\gamma}$ and the abundance of heavy elements N_s. To verify this prediction, the authors obtained the N σ values for s ny 22 "screened" nuclei, i.e. those formed only in the S process. For nine of the nuclei they made use of experimental data on cross-sections for radiative capture, obtained spectrometrically for the slowing-down time of neutrons in lead and with the aid of a Moxon-Rae detector. For the remaining nuclei the neutron capture cross-sections were calculated according to the statistical theory of nuclear reactions, in conjunction with an optical model for calculation of neutron penetrability. The mean distances between levels D_o were calculated on the basis of the level density parameter "a" with allowance for the grouping of degenerated singleparticle levels.

The parameters used in calculating the radiative capture cross-section are given in Table 1. Table 2 gives the neutron capture cross-sections $\sigma_{n\gamma}$, the abundances N_g and the $f = N_{s}\sigma_{n\gamma}$ values for the screened nuclei. The values for N_g are based on data on the chemical composition of meteorites. The results obtained confirmed the smooth behaviour of the function f(A), and were between two and three times lower than was assumed earlier. The values of $N_{s}\sigma_{n\gamma}$ were taken for a neutron energy of 25 keV $(3.10^{8} \text{ }^{\circ}\text{K})$. As shown in Fig. 1, the temperature chosen leads to a good agreement between the values of $N_{s}\sigma_{n\gamma}$ for the neighbouring nuclei ¹⁸⁶Os and ¹⁸⁷Os, whose capture cross-sections differ considerably in behaviour because of the competition with radiative capture from inelastic scattering on the excited $3/2^{-}$ level of the ¹⁸⁷Os nucleus with energy 9.8 keV.

- 30 -

On the basis of the smooth behaviour of the function f(A), the authors separated the contributions of the S and Γ processes to the abundance of nuclei formed in a mixed chain of captures. The data obtained for the Γ process are satisfactorily described by the theoretical curve of Clayton and Fowler (Annals of Physics <u>16</u> (1961) 51); however, the relative contribution of the Γ process was more important.

Та	bl	е	1	

Target	Гү (МеV)	$a(MeV^{-1})$	U(MeV)	D _o (eV)	D ₀ /2πΓγ
Ru	170	 T4.2	5.3t	T050	, 085
Pd '04	.150	16,2	5,82	498	. 52 7
Cd.""	· I30	17,5	5,67	T22	150
Xe	100	15,4	5,79	392	624
Xe ¹³⁰	100	I4 , 5	5,48	934	ī480
Nd	80	I4 ,7	4,87	2030	3200
Gd'''	95	2I , 5	5,54	29,7	49.8
Dy	95	2I,I	5 ,87	21,5	36
Y6""	75	19,1	6,00	32,6	49,3
0s ¹²⁶	60	I8 ,7	5,66	· 113	300
Os"	60	I8 ,7	, 6,I 7	56	149
Pt '92	80	I8,8	5,40	161	320
Hg'98	150	- I4 , 0	6 ,0 I	IIIO	1180

Statistical parameters used in calculating the capture cross-sections

Abundances	$(N_{)}, expe$	rimental a	nd calcula	ted cross	s-sections
for the	radiative	capture of	neutrons	$(\sigma_{n\gamma})$ at	25 keV
and the p	product (N	ony) in the	e case of	screened	nuclei

Nuclei	Isotopic composition, %	^N s (atom/10 ⁶ at.Si)	σ _{nγ} (25 keV) mb	Nsσnγ
· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·				
Sr.	9,86%	I,75	87 + I7	152
Sr"	7,02%	I,07	I26 + 25	135
Mo	16,5%	.416	I00 ± 20	41,6
Ru	12,62%	. I7	192	32,6
Pd 104	10,97%	.139	313	43,4
Cd "	12,32%	9,86.10 ⁻³	727	7,2
Sn"	14,30%	.187	II6 <u>+</u> 23	21,6
Te	4,74%	2,94.10 ⁻²	I60 ± 32	4,7
Xe	I,9I9%	3,07.10 ⁻²	326	IO
Xe	4,08 %	6,53.10 ⁻²	160	10,5
Nd	27,II%	.18	68	12,3
Sm "	II,24 %	2,58.10 ⁻²	293 <u>+</u> 58	7,6
Sm	7,44%	I,7I.10 ⁻²	420 ± 80	7,2
Gd	2,23%	7,36.10 ⁻³	II20	8,2
Dy	2,294%	7,I .IO ⁻³	1310	9,3
YE	3,14%	5,65.10 ⁻³	945	5,3
Hf	5,20%	9,51.10 ⁻³	800 <u>+</u> 160	7,6
Us"	I,59%	1,12.10 ⁻²	400	4,5
Us'''	I,64%	9,6 .10 ⁻³	460	4,4
Pt -	0,78%	6,24.I0 ⁻³	392	2,45
Hg'"	10,02%	6,25.IO ⁻³	176	I,I
Pg ²⁰⁴	I,37%	(3,7-698)I0 ⁻³	I24 <u>+</u> 25	(4,6-87)I0 ^{-I}

Note: (a) for the experimental cross-section values errors of +20% are indicated;

(b) The abundances for ${}^{87}\text{Sr}$, ${}^{176}\text{Hf}$ and ${}^{197}\text{Os}$ are corrected by making allowance for contributions from the radicactive decay of the isotopes ${}^{87}\text{Rb}$ ($\tau_{\beta} = 4.6 \times 10^{10} \text{ years}$), ${}^{176}\text{Lu}$ ($\tau_{\beta} = 2.1 \times 10^{10} \text{ years}$) and ${}^{187}\text{Re}$ ($\tau_{\beta} = 4.3 \times 10^{10} \text{ years}$).

Table 2



Fig. 1.

The product of the capture cross-section and the abundance for the isotopes 186_{0s} and 187_{0s} , as a function of neutron energy

RADIOISOTOPE YIELDS IN CYCLOTRON NUCLEAR REACTIONS

P.P. Dmitriev, I.O. Konstantinov and N.N. Krasnov

In the development of methods for producing radioisotopes in the cyclotron of the Institute for Physics and Energetics (Obninsk), measurements were made of the yields of 33 isotopes, formed in reactions with protons, deuterons and a-particles. The Table below lists the production methods used and the isotope yields for $E_p = 22$ MeV, Ed = 21 MeV and Ea = 42 MeV. The error in determining the yields was $\pm 15\%$ for all the isotopes except 26 Al and 23 Mo, for which it was $\pm 50\%$, owing to difficulties connected with the separation and measurement of very small activities. All the yield values indicated are for a natural mixture of stable isotopes of the original target elements.

. .

Isotope produced	Half-life	Method of production	Type of reaction	Yield µCi/µA/h
7 _{Be}	53 days		(pn) (dn), (d2n)	185 60
22 _{Na}	2.62 days	Mg + p Mg +d	(pd), (pan) (dd), (dan)	0,45 3,5
26 _{A1}	7.38 x 10 ⁵ years	Al + p Mg+d	(pp n), (p 2n) (dn), (d2n)	15.10 ⁻⁶ 2,3.10 ⁻¹
		Mg+a Mg+p	(22n), (23n) (2pn), (2p2n) (pn)	6,4.10 ⁻¹ 5,7.10 ⁻¹
44 _{Ti}	47.3 years	Sc + p	(p2n)	0,18
	· · · ·	$\frac{\mathcal{T}_{L} + p}{\mathcal{T}_{L} + \alpha}$	(pn), (p2n) (dn), (d2n),	570
48 _v	1.6 days	TL+d	(a.3n) (a.2n), (a.3n) (a.p.n), (a.p.2n)	290 I2,3
49 _V	330 days	Ti + p Ti + d	(pn), (p2n) (dn), (d2n), (d3n)	3,2 8,3
⁵¹ Cr	27.8 days	V + p $V + d$ $Cr + p$ $Cr + d$	(pn) (d2n) (p2n), (ppn) (dn), (d3n)	520 470 160
	· · ·	19 19	(dp), (dt)	19
52 _{Mn}	5.7 days	Cr + p Cr + d V + d Cr + d	(pn), (p2n), (p3n) (d2n), (d3n) (a3n) (dpn)	465 460 78 I2
54 _{Mn}	313 dava	Mn+d Mn+p Gi+p Gi+d	(dt) (ppn) (pn) (dn) (dan)	2,7 2I 0,45
⁷ ^M n	313 days	Gr+d	(dn), (d2n)	I,9

Isotope produced	Half-life	Method of production	Type of reaction	Yield µCi/µA/h
54		V+d	(Ln.)	I,7
- Mn	313 days	Gr + d	(2pn), (2p2n)	5,8
		$M_n + p$ $M_n + d$	(p n) 	9 8. T
55 _{Fe}	2.7 years	Cr + L	(an), (a2n), (a3n)	0,72
	· · ·	/vi+p	(pd)	
56	77) down	Fe+d	(d_{2n}) , (d_{3n})	42
. 00	//•5 days	Mn+d Fe+d	(23n) (22n), $(2pn)$	2,9 2,4
· ·		Ni+p	(p2n), (ppn), (p2p)	
57 _{Co}	267 days	Fe+d	$(p \alpha)$ (dn), (d2n)	່ 35 12
•		Ni+L Fe+L	(dan), (dap) (an), (dsn), (dp)	· 2,7
			(«p2n)	2,1
58 _{Co}	71.3 days	<i>Co</i> + p	(pp n)	, II5
	· .	Fe+2	(~pn), (~p2n)	28,5
65 _{2n}	245 days	r ∶ Cu + p	(pn)	15
		Cu+2	(u2n) (u2n), (apn)	18 8,5
		Zn + p	(pn), $(p2n)$	500
67 _{C2}	78 hours	2n+d 2n+d	(an), (a2n),(d3n) (Ln), (L3n), (Lp)	330
Jua	10 HOULD	Cu + a	(dp2n) (d2n)	280 160
68		Gat + p	(p <i>2n</i>)	 I5

73 _{As}	_			
AS	76 2010	Ge + p	'(rn), (r2n)	33
	to days	Ge+d	(dn), (d2n), (d3n)	26
74 _{As}	18.0 days	Ge + p Ge + d	(pn) (dn), (d2n)	170 215
72 ₅₀	8.6 days	Ge+a	(22n)	19,5
85 _{Sr}	64 days	<i>Rb</i> +р <i>Rb+d</i>	(pn) (dzn)	50 60
87 _Y	80 hours	Sz + p Sz + d Rb + d	(pn), (p2n) (dn), (d2n) (d2n)	1750 390 365
88 _Y	105 days	Sz+p Sz+d Zz+d	(pn) (dn), (d2n) (da), (dan)	70 60 1,6
93 _{Mo}	2600 years	Nb + p Nb + d	(pn) (d2n)	4,I.10 ⁻³ 6 .10 ⁻⁶
103 _{Pd}	17 days	Rh + p Rh + d	(pn) (dzn)	245 340
109 _{Cd}	416 days	$\begin{array}{c} Ag + p \\ Ag + d \\ Ag + d \end{array}$	(pn) (d2n) (d2n), (dpn)	5,I 6,6 2,2
113 _{Sn}	118 days	Cd+d	(2n), (22n)	2,0
139 _{Ce}	140 days	La+p La+d	(pn) `(d2n)	10,5 38
151 _{Gd}	120 days	Eu + p Eu + d	(pn) (d2n)	3,4 16,8
181 _W	130 days	Ta+p Ta+d	(pn) (dzn)	3,3 12,4

	•			
Isotope produced	Half-life	Method of production	Type of reaction	Yield µCi/µA/h
195 _{Au}	192 days	Pt+p Pt+d Pt+d	(pn), (p2n) (dn), (d2n), (d3n) (L3n), (Lp2n)	4 5,8 I,9
205 _{Bi}	15.3 days	Рв+р Рв+д	(p2n), (p3n) (dn), (d3n)	90 35
206 _{Bi}	6.24 days	Рв+р Рв+d	(pn), (p2n), (p3n) (d2n) , (d3n)	2 <i>3</i> 0 215
207 _{Bi}	28 years	P6+p P6+d	(pn), (p2n) (dn), (d2n)	0,20
	· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·	E v F v	(dsn)	0,21

Institute of Theoretical and Experimental Physics

TOTAL NEUTRON CROSS-SECTION FOR ²³⁰Th IN THE (0.02-50) eV ENERGY REGION

S.M. Kalebin, R.N. Ivanov, P.N. Palei, Z.K. Karalova, G.M. Kukavadze, V.I. Pyzhova, N.P. Shibaeva, and G.V. Rukolaine

> (Paper for the Conference on Nuclear Data, Paris 1966*.)

In connection with a study of total neutron cross-sections by chemical means, 105 mg of the isotope ²³⁰Th were separated and purified. The purity of the prepared sample was established by mass-spectroscopy analysis. The measurements of the neutron cross-sections were made with a mechanical chopper suspended in a magnetic field. The results are given in Figs. 1 and 2.







* Nuclear Data for Reactors, Vol. 1, IAEA, Vienna (1967) 71.





Total neutron cross-sections for 230 Th in the (0.02-50) eV energy region. Sample thickness $n = 1.72 \times 10^{21}$ at/cm².

In the energy region studied, nine levels were detected (see Table).

No.	È eV	Γ _Υ (MV)	Γ _n (MV)	Γ° 10 ⁻⁴	
1	1.107 <u>+</u> 0.006	(28 <u>+</u> 2) ^{*/}	0.0018 <u>+</u> 0.0002	0.017 <u>+</u> 0.002	p-resonance
2	1.431 <u>+</u> 0.007	27.8 <u>+</u> 2	0.190 <u>+</u> 0.005	1.59 <u>+</u> 0.05	
3	2.39 <u>+</u> 0.008	(28 <u>+</u> 2)	0.0095 <u>+</u> 0.001	0.061 <u>+</u> 0.007	p - resonance
4	7.80 <u>+</u> 0.05	26.4 <u>+</u> 4.	1.55 <u>+</u> 0.05	5.5 <u>+</u> 0.1	
5	17.40 <u>+</u> 0.08	23.1 <u>+</u> 4	5.1 <u>+</u> 0.2	12.2 <u>+</u> 0.1	
6	24.0 <u>+</u> 0.12	26 . 8 <u>+</u> 8	4.60 <u>+</u> 0.12	9.4 <u>+</u> 0.2	
7	31.9 <u>+</u> 0.2	21.0 <u>+</u> 8	1.40 <u>+</u> 0.05	2.50 <u>+</u> 0.1	
8	39.2 <u>+</u> 0.3	27.0 <u>+</u> 10	3.2 <u>+</u> 0.2	5.1 <u>+</u> 0.3	
9	47.5 <u>+</u> 0.35	26.0 <u>+</u> 11	2.2 <u>+</u> 0.1	3.2 <u>+</u> 0.2	

*/ The values of Γ_{γ} given in brackets were adopted without calculation.

The mean distance between the levels $\mathcal{P} = (7.67 \pm 0.3)$ eV, the strength function $S_0 = (0.74 \pm 0.05) \times 10^{-4}$. The total neutron cross-section at thermal energy for 230 Th is 70 ± 3 b. There was good agreement between the level energies of 230 Th and the position of the neutron levels in hafnium.

A STUDY OF THE ASYMMETRY OF THE RADIATION AND NUCLEAR MAGNETIC RESONANCE OF BETA-ACTIVE NUCLEI FORMED IN THE CAPTURE OF POLARIZED THERMAL NEUTRONS

A.D. Gulko, S.S. Trostin and A. Khudoklin

In this study the authors describe the installation used and the results obtained in a study of the asymetry of the radiation and nuclear magnetic resonance of polarized beta-active nuclei. The polarized nuclei are formed in the irradiation of a non-polarized target by polarized thermal neutrons. The installation can be used for experiments at various target temperatures, down to helium temperatures. There is a detailed discussion of the physical basis of the phenomena under study and of the relation between the experimentally observed line form of the nuclear magnetic resonance and the natural one, as determined by local fields.

1. For a number of isotopes they determine the probability $W_{J_0} \pm 1/2$ of thermal neutron capture by the target nucleus with formation of an excited state of spin $J_0 \pm 1/2$ (J_0 being the spin of the target nucleus). The polarization P of beta-active nuclei in the ground state was measured. The results are shown in the Table.

	8 _{Li}	20 _F	108 _{Ag}	110 _{Ag}	66 _{Cu}
$J_0 + 1/2$	2	1+	1-	1-	2
W _{J0} + 1/2, % P, %	100 40	≥ 42 20	≥ 24 10	100-2	≥ 28 3

Table

*/ The cross-section for the 109 Ag + n reaction in the thermal region is determined entirely by the 5.2 eV resonance with spin 1⁻.

2. Values were obtained for the magnetic moments of the ground states of the nuclei 8 Li and 20 F:

 $(M^{8}Li) = 1.6530 \pm 0.0008$ nucl. mag. $(M^{20}F) = 2.0925 \pm 0.0009$ nucl. mag.

- 41 -

3. An increase was found in the asymmetry of the beta-irradiation of the nucleus 20 F and variations in the shape of the nuclear magnetic resonance curve in the single-crystal CaF₂ on lowering the temperature of the sample to the temperature of helium.

4. It is shown that the systems of the polarized beta-active nuclei 108 Ag and 110 Ag in crystalline samples of Ag Cl consist of two sub-systems: one with a large relaxation time and the other with a small one. The relaxation mechanism of these nuclei is discussed.

Institute of Physics, Academy of Sciences of the Ukrainian SSR

THE POSSIBILITY OF THE (n,p) REACTION OCCURRING WITH THERMAL NEUTRONS IN THE CASE OF NEUTRON-DEFICIENT NUCLEI

A.F. Dadakina and L.A. Golovach

(Presented at the XVII Annual Conference for Nuclear Spectroscopy and Structure of the Nucleus, Kharkov, 1967)

In this study the authors present the Q values which they calculated for the (n,p) reaction and also the potential barrier penetration factor for protons originating with (n,p) reactions. The penetration calculation is made in a quasi-classical approximation for transitions to the ground state of the final nucleus, with allowance for a centrifugal barrier and a nuclear potential:

$$V(r) = \frac{-(53.8 - 0.33 E)}{1 + exp \frac{r - 1.25 A^3}{0.65}}$$

The Q values for (n,p) reactions in the case of neutron-deficient nuclei exceed the Q values for stable nuclei. The barrier penetrability for these nuclei is considerably higher than for stable nuclei, and therefore one can expect for neutron-deficient nuclei a higher probability of escape of protons from the compound nucleus upon capture by thermal neutrons.

In the Figure the natural logarithms of the penetration factors are plotted as a function of the mass number of the target nucleus for odd-odd target nuclei.

REFERENCE

DADAKINA, A.F., Bulletin of the Information Centre on Nuclear Data, INDC-152 (English translation) IAEA, Vienna (1967) 226.

- 43 -



Fig. 1

THE LEVELS OF COMPOUND NUCLEI FORMED UPON THE CAPTURE OF SLOW NEUTRONS BY THE ISOTOPES 1870s, 1880s and 1890s

V.P. Vertebny, M.F. Vlasov, A.F. Dadakina, R.A. Zatserkovsky, A.L. Kirilyuk, M.V. Pasechnik and N.A. Trofimova

> (Presented at the XVII Annual Conference for Nuclear Spectroscopy and Structure of the Nucleus, Kharkov, 1967)

Using a mechanical chopper and working in the 0.004-300 eV energy range with resolutions of 0.2 μ s/m and 6 μ s/m, the authors measured the transmission of samples enriched in the isotopes ¹⁸⁷Os, ¹⁸⁸Os and ¹⁸⁹Os, and also of a sample of natural osmium. The following level assignments were made:

187 _{0s} (E _o in eV)	188 _{0s} (E _o in eV)	189 _{0s} (E _o in eV)			
9.45 <u>+</u> 0.1	39.2 <u>+</u> 1.4	6.7 <u>+</u> 0.1			
127 <u>+</u> 0.3	83 <u>+</u> 4	8.95 <u>+</u> 0.15			
20.3 <u>+</u> 0.5 (?)		10.4 <u>+</u> 0.2			
24.0 <u>+</u> 0.7		18.8 <u>+</u> 0.5			
25.5 <u>+</u> 0.8 (?)		22 <u>+</u> 0.6			
39.2 <u>+</u> 1.4	•	28 <u>+</u> 1			
44 <u>+</u> 2					
50 <u>+</u> 2					
65 <u>+</u> 3	· · ·				

THE CROSS-SECTION FOR THE RADIATIVE CAPTURE OF FAST NEUTRONS BY THE ISOTOPES 50Ti AND 51V

G.G. Zaikin, I.A. Korzh, N.T. Sklyar and I.A. Totsky

(Submitted to Atomnaja Energija)

The activation method was used to measure the energy dependence of the cross-section for the radiative capture of fast neutrons by the isotopes ${}^{50}\text{Ti}$ and ${}^{51}\text{V}$ in the 180 keV-2600 keV energy range. The activities of samples irradiated by fluxes of fast and thermal neutrons were compared. The reference cross-sections were those for the fission of ${}^{235}\text{U}$ by fast neutrons, for the activation of the isotopes ${}^{50}\text{Ti}$ and ${}^{51}\text{V}$ by thermal neutrons and for the fission of ${}^{235}\text{U}$ by thermal neutrons.

Tables 1 and 2 give the measurement results. Table 3 shows the ^{235}U fission cross-sections used.

Та	bl	е	1
_			

50_{Ti}

$E_{n} \text{ keV} 180 \pm 73 285 \pm 65 510 \pm 60 1220 \pm 85 1425 \pm 85 1625 \pm 85 1830 \pm 9000 \text{ s}_{2} \mu\text{b} 0.89 \pm 0.09 0.63 \pm 0.07 0.70 \pm 0.07 0.65 \pm 0.05 0.78 \pm 0.07 0.48 \pm 0.06 0.51 \pm 0.07 0.65 \pm 0.05 0.78 \pm 0.07 0.48 \pm 0.06 0.51 \pm 0.07 0.51 \pm 0.07 0.65 \pm 0.05 0.78 \pm 0.07 0.48 \pm 0.06 0.51 \pm 0.07 0.51 \pm 0.05 0.51 $	2030 + 90
σ_{a}^{\prime} µb 0.89 ± 0.09 0.63 ± 0.07 0.70 ± 0.07 0.65 ± 0.05 0.78 ± 0.07 0.48 ± 0.06 0.51 ± 0.	/
	06 0.37 <u>+</u> 0.0
	n an
	Ň
Table 2	
51 _V	•
	an particle and a straight of the
$E_n \text{ keV} = 187 \pm 67 = 293 \pm 57 = 409 \pm 53 = 520 \pm 50 = 806 \pm 86 = 1016 \pm 84 = 1220 \pm 85$	1425 <u>+</u> 85
$\sigma_{a} \mu b$ 7.11 ± 0.45 4.92 ± 0.31 3.18 ± 0.20 2.11 ± 0.13 1.65 ± 0.12 1.56 ± 0.10 1.39 ± 0.	08 1.35 <u>+</u> 0.0
$E_{n} \text{ keV} = 1626 \pm 86 = 1830 \pm 90 = 2030 \pm 90 = 2220 \pm 90 = 2610 \pm 110$	
$r_{a} \mu b$ 1.33 ± 0.09 1.07 ± 0.09 0.98 ± 0.06 1.05 ± 0.06 1.10 ± 0.07	
	-
Table 3	
keV 180 290 410 510 810 1020 1220 1420 1620 1830 2030	2220 261
r_{2} b 1.45 1.32 1.26 1.22 1.17 1.26 1.27 1.27 1.27 1.27 1.30	1.30 1.3
	 مىبىنىدىوروغان ئىشلىشىنى مائارىك مى

1

ELASTIC SCATTERING OF 1.5 MeV NEUTRONS ON NUCLEI OF INTERMEDIATE ATOMIC WEIGHT

I.A. Korzh, N.M. Pravdivy, V.A. Mishchenko, I.E. Sanzhur and I.A. Totsky

> (Submitted to Ukrainsky Fizichesky Zhurnal (Ukrainian Journal of Physics))

Measurements were carried out on the electrostatic accelerator of the Institute of Physics of the Academy of Soiences of the Ukrainian SSR to determine the differential cross-sections of elastically scattered neutrons with an initial energy of $1.5 \text{ MeV} \pm 0.05 \text{ MeV}$ on nuclei of titanium, chromium, iron, cobalt, nickel and copper. Differential cross-section measurements were made for eight scattering angles in the range 30 to 140° . The measurements of the angular distributions of the elastically scattered neutrons were used to determine the total cross-sections for elastic scattering, the transport cross-sections and the average values for the cosine of the angle of elastic scattering. The elastic scattering cross-section in the laboratory system of co-ordinates takes the form:

 $\frac{d\sigma_{el}}{d\Omega} = \sum_{i=0}^{4} A_i P_i (\cos \vartheta)$

The numerical values of the calculated nuclear physical constants and coefficients A_i , obtained by a least squares fit of the differential cross-sections and corrected by repeated scattering are given in the Table.

The measured angular distributions of the elastically scattered neutrons are analysed on the basis of a six-parameter optical model of the nucleus. The theoretical curves were fitted to the experimental curves by the χ^2 method. Variation in the model parameters with variation in the atomic weight of the nucleus is discussed.

- 48 -

Т	a	b	1	e	1
_	_	_			

Numerical results of measurements of scattering of neutrons by nuclei

Nucleus	ot barn	σ _{.e} .barn.	^σ tu barn	cos ə	[▲] o	A _l	^A 2	^A 3	^A 4
Ti	3.20	2.765 <u>+</u> 0.134	1.958 <u>+</u> 0.170	0.292 <u>+</u> 0.028	0.220	0.193	0.293	0.114	0.064
Cr	3.10	2.803 <u>+</u> 0.149	1.870 ± 0.205	0.333 <u>+</u> 0.039	0.223	0.223	0.337	0.1 3 1	0.061
Fe	2.80	1.885 <u>+</u> 0.089	1.303 ± 0.117	0.309 <u>+</u> 0.029	0.150	0.139	0.216	0.106	0.014
Co	3.30	2.438 <u>+</u> 0.166	1.738 <u>+</u> 0.214	0.287 <u>+</u> 0.040	0.194	0.167	0.208	0.135	0.042
Ni	3.10	2.765 <u>+</u> 0.105	1.919 <u>+</u> 0.140	0.306 <u>+</u> 0.023	0.220	0.202	0.272	0.158	Q.048
Cu	3.10	1.973 <u>+</u> 0.082	1.488 <u>+</u> 0.100	0.246 <u>+</u> 0.020	0.157	0.116	0.194	0.119	0.100

- 49 -

DETERMINATION OF THE SCATTERING CROSS-SECTIONS OF SOME RARE-EARTH ELEMENTS FOR THERMAL AND EPITHERMAL NEUTRONS

V.P. Vertebny, N.L. Gnidak, V.V. Koloty and E.A. Pavlenko

(Submitted to the Ukrainsky Fizichesky Zhurnal)

The total scattering cross-section for dysprosium, holmium and lutecium nuclei were measured in a 4 π -geometry for neutrons in the energy range 0.02 to 1 eV by means of a fast chopper in the VVR-M (BBP-M) reactor of the Institute of Physics of the Ukranian Academy of Sciences. The samples used were the oxides Dy_2O_3 , Ho_2O_3 , Lu_2O_3 , where $n\sigma_t \leq 0.13$. The time resolution in the experiment was approximately 12 and 3 μ s/m. The measurements were made with reference to vanadium $\sqrt{1,2}$.

Fig. 1 shows the energy dependency of the total scattering crosssection of lutecium and holmium, illustrating the effect of magnetic scattering. The effective magnetic moment M_{eff} for the Ho⁺⁺⁺ ion is 10.65 M σ and for Lu⁺⁺⁺ is 0.

 Ho_2O_3 and Lu_2O_3 have almost identical lattice parameters. Systematic errors in determining the magnetic scattering of Ho⁺⁺⁺ can be of the order of 15-20%.

Table 1 gives numerical values for the scattering cross-sections of lutecium and holmium.

Table 2 gives the same information for dysprosium corrected for magnetic scattering.

The values given were obtained on the following formula:

 $\sigma_{s}^{x} = 1/2 \sigma_{s}^{\sigma}$ oxide - $3/2 \sigma_{s}^{\sigma}$ oxygen

REFERENCES

1. Atlas of Neutron Cross-Sections, BNL-325.

2. I.V. Gordeev, D.A. Kardashev and A.V. Malyshev. Jaderno-Fizičeskie Konstanty (Nuclear Physics Constants), Gosatomizdat (1963).

- 50 -
| Energy | Lutecium | Holmium |
|--------|--------------------------------|---------------------------|
| (eV) | $\overline{\sigma}_{s}$ (barn) | σ_{s}^{x} (barn) |
| 1.00 | 6.10 <u>+</u> 0.10 | 9.6 <u>+</u> 0.2 |
| 0.80 | 6.30 <u>+</u> 0.10 | 9 . 5 <u>+</u> 0.2 |
| 0.40 | 6.30 <u>+</u> 0.10 | 10.5 <u>+</u> 0.2 |
| 0.30 | 6.10 <u>+</u> 0.10 | 11.5 |
| 0.20 | 6.10 <u>+</u> 0.12 | 12.6 |
| 0.10 | 5.50 <u>+</u> 0.15 | 18.0 |
| 0.08 | 5.90 <u>+</u> 0.15 | 20.0 |
| 0.06 | 6.00 <u>+</u> 0.20 | 23.0 |
| 0.05 | 6.00 <u>+</u> 0.20 | 25.3 |
| 0.04 | 5.60 <u>+</u> 0.20 | 26.0 |
| 0.03 | 6.00 <u>+</u> 0.25 | 32.0 |
| 0.02 | 5.00 <u>+</u> 0.40 | 36.8 |
| 0.01 | 6.10 <u>+</u> 0.40 | 46.0 |

Total scattering cross-sections σ_s^x in barns for lutecium and holmium (with and without subtraction of magnetic scattering)

Table 1

Energy (eV)	σ_{s}^{x} (barn)	$\sigma_{s} = \sigma_{s}^{x} - \sigma_{M}$ (barn)
1.01	50.5 <u>+</u> 2.0	50.5 <u>+</u> 2.0
0.75	58.4 <u>+</u> 2.0	58.4 <u>+</u> 2.0
0.57	64.4 <u>+</u> 2.0	64.4 <u>+</u> 2.0
0.45	68.1 <u>+</u> 2.0	66.5 <u>+</u> 2.0
0.37	69.6 <u>+</u> 2.0	67.7 <u>+</u> 2.0
0.30	72.6 <u>+</u> 2.0	70.4 <u>+</u> 2.0
0.25	74•4 <u>+</u> 2•0	71.8 <u>+</u> 2.0
0.20	78.0 <u>+</u> 2.0	74.9 <u>+</u> 2.0
0.15	79.0 <u>+</u> 2.0	75.3 <u>+</u> 2.0
0.10	81.5 <u>+</u> 2.0	75.2 <u>+</u> 2.0
0.05	90.6 <u>+</u> 2.0	77.5 <u>+</u> 2.5
0.04	94•3 <u>+</u> 3•0	78.7 <u>+</u> 3.0
0.03	98.7 <u>+</u> 3.0	79.2 ± 3.0
0.025	100.7 ± 3.0	77•5 <u>+</u> 3•0

Total scattering cross-sections for natural dysprosium (with and without subtraction of magnetic scattering)

Table 2

 σ_{M} = total magnetic scattering cross-section.

.

.



- 53 -

LEVELS OF DYSPROSIUM-156

V.P. Vertebny, N.A. Gnidak, A.I. Kalchenko, V.V. Koloty, E.A. Pavlenko, N.V. Pasechnik, Zh.I. Pisanko and V.G. Rudyshin

Transmissions of the rare isotopes ¹⁵⁶Dy, ¹⁵⁸Dy and ¹⁶⁰Dy (natural abundance: 0.05, 0.09 and 2.3%, respectively) were measured in the reactor of the Institute of Physics of the Ukrainian Academy of Sciences, for neutrons in the 0.01 to 1000 eV energy range. The maximum resolution was 0.05 μ s/m. The strongest levels of dysprosium-156 have the following energies (in eV):

 $3.21 \pm 0.01; 8.09 \pm 0.04; 9.18 \pm 0.04; 15.2 \pm 0.09; 19.65 \pm 0.14;$ 24.6 ± 0.2; 29.4 ± 0.25; 69.1 ± 0.9; 91.6 ± 1.5; 125 ± 2.

A.F. Ioffe Institute of Physics and Technology, USSR Academy of Sciences

KINETIC ENERGIES OF PARTICLES RESULTING FROM ²³⁹Pu FISSION BY THERMAL AND RESONANCE NEUTRONS

G.Z. Borukhovich, D.M. Kaminker and G.A. Petrov

The authors measured the kinetic energies of paired fission fragments of 239 Pu using two surface-barrier counters of diameter 32 mm.

Neutrons passed through a samarium filter to isolate the 0.297 eV resonance were used as resonance neutrons. About a 30% decrease in the fission fragment yield was obtained in the symmetrical region for fission by the resonance neutrons (as compared with fission by thermal neutrons).

Table 1 (where T = fission by thermal neutrons, $S_m = fission$ by filtered neutrons) shows the distribution of total kinetic energies of symmetrical ²³⁹Pu fission fragments; the yield is given in relative units.

The dependence of the total kinetic energy on the fragment mass ratio and also the half-width of the total kinetic energy curves, as a function of the mass ratio, are shown in Table 2.

\mathbb{T}	a	b.	le]	L
-					-

Distribution of total kinetic energies of symmetrical ²³⁹Pu fission fragments

E_{K} (MeV)	T (rel. units)	S_{m} (rel. units)	
129	105	120	
133	195	170	
137	270	255	
140	340	300	
145	370	380	
150	420	405	
153	440	440	
158	395	415	
162	425	355	
166	260	270	
170	170	200	
173	110	130	

- 55 -

Table	2
Subscription in contrast of the second second	-

Mheavy/Mlight	E _K (MeV)'	∆E (MeV)
1.0	151	32.5
1.1	168	29
1.2	172	28
1.3	174	28
1.4	172	24.5
1.5	167	24
1.6	163	23
1.7	159	20
1.8	157	18
1.9	155	19
2.0	151	-

Total kinetic energy and half-width of the total kinetic energy curves as a function of mass ratio

KINETIC ENERGIES OF PARTICLES RESULTING FROM ²⁴¹Pu FISSION BY THERMAL NEUTRONS

G.Z. Borukhovich and G.A. Petrov

The authors determined the total kinetic energy of the symmetrical fission fragments and studied the behaviour of the total kinetic energy of the paired 241 Pu fission fragments as a function of mass ratio. The measurements were made by means of two surface-barrier counters of 8 cm² area: the target contained one µg of 241 Pu: the horizontal channel of the WWR-M reactor of the A.F. Ioffe Institute of Physics and Technology of the USSR Academy of Sciences was used as the neutron source.

The following results were obtained.

The most probable kinetic energy values are:

 $E_{light} = 98.5 \pm 1 \text{ MeV}$ $E_{heavy} = 71.0 \pm 1 \text{ MeV}$

The figures for the total kinetic energy for various fragment mass ratios are given in the table.

Mheavy/Mlight		E _K (MeV)
1.0		151 <u>+</u> 2
1.1	r.	163 <u>+</u> 2
1.2		174 <u>+</u> 2
1.3		174 <u>+</u> 2
1.4	· · · ·	170 <u>+</u> 2
1.5		166 <u>+</u> 2
1.6		162 <u>+</u> 2
1.7	•	160 <u>+</u> 2
1.8		158 <u>+</u> 3
1.9		157 <u>+</u> 3

Table

Joint Institute for Nuclear Research (J.I.N.R.), Dubna, 1966

NEUTRON RESONANCE OF ERBIUM ISOTOPES

E.N. Karzhavina, A.B. Popov and Yu.S. Iazvitsky

Using the LNF neutron spectrometer of the J.I.N.R. (with a resolution of from 80 ns/m to 6 ns/m), the authors measured γ transmission and yield from neutron capture for samples of natural erbium and samples enriched in the isotopes ^{164}Er , ^{166}Er , ^{167}Er , ^{168}Er and ^{170}Er . On the basis of these measurements the isotopes could be identified and the neutron resonance parameters determined for ^{164}Er and ^{167}Er in an energy range up to 300 eV, for ^{166}Er up to 1500 eV, and for ^{168}Er and ^{170}Er up to 4000 eV (see table). This made it possible to obtain for the given isotopes the mean distance values between levels \mathfrak{D} , the strength function S₀ and the radiation width Γ_{γ} :

Analysis of all the known data for strength functions in the energy range $140 \le A \le 200$ confirms the existence of an additional maximum in S_o at A ~ 160, as predicted by Nemirovsky et al.

.

Table 1

Resonance parameters of $164_{\rm Er}$

	No.	E _o (eV)	$\Gamma_{n} (MeV)$	r o n	
		2	3	4	
					· · ·
	j I	7,80 + 0,05	$0,6 \pm 0,I$	0,21 <u>+</u> 0,04	
	2	30,5 ± 0,1	$3,4 \pm 0,3$	0,62 <u>+</u> 0,05	4
	3	49.5 + 0.2	2,9 + 0,5	0.41 + 0.07	4
	4	56.8 + 0.2	6.0 + 0.6	0.81 + 0.08	
	5	109.0 + 0.4	50 + IO	5 + I	
	6	131 + 0.5	100 + 30	9+3	
	7	137 + 0.5	20 + 5	I.7 + 0.4	÷
	8	161,5 + 0,7	60 + 20	4.7 + I.6	
•	9	195.5 + 0.9	80 + 25	5.7 + I.8	
	IO	226 ÷ I	85 + 15	5,6 + I.O	1
	II	302 + 2	170 + 70	9.8 4 4.0	· ·
	12	317 ± 2	240 1 80	I3,5 ± 4,5	
	13	422 ± 2,5	250 ± 70	I2 ± 3	
	14	606 2 3,5	300 🛓 IOO	I2 ± 4	

<u>Table 2</u>

Neutron	resonance	parameters	of	166 _{Er}
WORAT OIL	10001101100	post cano voi o	ΦŢ	

No.	E _o (eV)	Γ (MeV)	Γ_{n} (MeV)	Γ_{γ} (MeV)	Г ^о n
]	2	3	4	5	6
		I08 + II	I.9 + 0.I	I06 + II	0.48 + 0.02
2	73.9 + 0.3	155 ÷ II	85 - 5	70 + 12	9.9 + 0.6
3	82.0 - 0.3	80 \$ 20	IO 🕹 I	70 4 20	I.I 40.I
4	154.9 + 0.6		7 + 1		0.56 + 0.08
5	171.8 + 0.8	750 + ISO	470 + 70	280 + 160	36 + 5
6	302 + 2	300 ÷ 100	230 + 40	70 ÷ 110	13 + 2
7	317 + 2		270 + 40		15 + 2
8	354 + 2		55 ± 10	· · · · · ·	2.9 + 0.5
9	389 + 2,5		320 ± 80	ı	16 + 4
IO	5II ± 3	•	66 ± 22		2.9 + 0.9
II	537 ± 3		46 ± II		2.0 + 0.5
12	598 ± 3		800 🛓 I50		33 🕹 6
13	644 🕺 3,5	and the second second	180 ± 80		7 + 3
I4	751 ± 4	•	130 ± 40		4.9 ÷ I.6
I5	776 ± 4	•	52 🛓 I5	:	I.9 + 0.5
16	800 ± 4	,	70 🛓 16	•	2,5 + 0,6
17	852 ± 5		1000 🗼 150		35 + 5
18	911 ± 5,5		670 🛓 I40		22 + 5
19	I030 ± 6		170 2 50		5.3 ÷ I.5
20	I060 ± 6		200 ± 60		6 + 2
2I	II76 🛓 7		250 🚡 70	· ·	7 ± 2
22	II90 ± 7		300 🛓 80		9 + 2
23	1260 🛓 8	•	320 🛓 100		9 + 3
24	1370 ± 9		1000 🛓 200	•	27 + 6

Ta	bl	e	3
Citizen and		_	-

Neutron resonance parameters of $167_{\rm Er}$

No.	E _o (eV)	Γ(MeV)	$g\Gamma_n$ (MeV)	Γ_{γ} (MeV)	2grno n	
1	2	3	4	. 5	6	
Т	5 96 + 0 05	108 ± 10	7.5 + 0.6	03 + 11	61.05	
2	7.90 ± 0.05	100 1 10	0.07 + 0.01	<u> </u>	$0,1 \pm 0,0$	
3	9.33 + 0.08	83 + II	3.5 + 0.3	76 + II	2.3 ± 0.2	
4	20.2 + 0.I	100 + 10	2.3 + 0.1	96 + IO	$T_{0}02 + 0_{0}04$	
5	26.3 + 0.I	I87 + 6	4I.8 + I.6	92 + 7 1 =3	18.7 ± 0.8	
6	27.4 + 0.I	100 + 30	7.0 + 0.5	85 + 30	2.7 + 0.2	
7	32,9 ± 0,I	95 <u>+</u> 17	3,7 ± 0,2	88 <u>+</u> 17	$I_{29} + 0.07$	
8	37,7 ± 0,2	90 <u>+</u> 17	3,7 <u>+</u> 0,3	83 <u>+</u> 17	I,2 + 0,I	
9	$39,5 \pm 0,2$	IIO ± 24	$3,7 \pm 0,3$	IO3 <u>+</u> 24	I, I8 + 0,09	
' IO	42,2 ± 0,2	197 <u>+</u> 160	$I_{,5} \pm 0_{,2}$. –	0,46 + 0,06	
II	50,3 <u>+</u> 0,2	IIO <u>+</u> 30	4,2 ± 0,3	IOO <u>+</u> 30	I,18 ± 0,08	
I2	53,6 <u>+</u> 0,2	160 <u>+</u> 12	25,6 <u>+</u> I,6	II4 <u>+</u> I3 7 =4	6,3 + 0,4	
13	60,I ± 0,2	103 <u>+</u> 21	6,I <u>+</u> 0,4	9I ± 2I	I,6 + 0,I	
I4	6I,I ± 0,2	· .	(0,10)	4	(0,02)	
15	62,2 <u>+</u> 0,2		2,9 <u>+</u> 0,3		0,74 <u>+</u> 0,08	
16	62,9 <u>+</u> 0,2		3,I <u>+</u> 0,3	`	0,78 <u>+</u> 0,08	!
17	69,6 <u>+</u> 0,3	•	I,4 <u>+</u> 0,2		0,34 <u>+</u> 0,05	
18	74,7 <u>+</u> 0,3		3,7 <u>+</u> 0,3		0,86 <u>+</u> 0,07	
19	$76,0 \pm 0,3$		0,73 <u>+</u> 0,14		0,17 <u>+</u> 0,03	
20	79,4 ± 0,3		5,9 <u>+</u> 0,5		I,3 <u>+</u> 0,1	
21	85,4 <u>+</u> 0,3		I,5 ± 0,2		0,32 <u>+</u> 0,04	
22	91,6 <u>+</u> 0,4		2,0 <u>+</u> 0,2	1	$0,42 \pm 0,04$	
23	97,9 ± 0,4		(0,5)	50 50	(0,1)	
24	$108,0 \pm 0,4$	107 <u>+</u> 50	28 <u>+</u> 3	50 <u>+</u> 50	$5,4 \pm 0,6$	
25	$\frac{11}{11} \frac{1}{2} $		$1,0 \pm 0,5$		0,19 ± 0,06	
20	$110,0 \pm 0,0$	250 . 50	$1,9 \pm 0,4$	00 . 50	0,35 ± 0,06	
27	$1_{2},0 \pm 0,0$	20 ± 0		90 <u>+</u> 90	$14,0 \pm 1,7$	
20	$142,9 \pm 0,9$	174 + 80	27 - 3	T20 + 80	$1, 5 \pm 0, 2$	
30	159.7 ± 0.7	1/4 7 00	27 ± 0.8	120 - 00	$4, 5 \pm 0, 5$	
	162.7 ± 0.7		12 + 16		19 ± 02	
32	165.8 ± 0.7		(9,5)		(1,5) + 0,2	
33	167.5 ± 0.7		(18)		(2,8)	
34	169.0 + 0.8		(15)		(2,3)	
35	177.5 + 0.9		3,5 + 0,5		0.53 + 0.07	
36	$179,0 \pm 0,9$		τ4 ± 2		2,1 + 0,3	
37	185,2 <u>+</u> 0,9		7 <u>+</u> I		I,0 <u>+</u> 0,15	
38	192,I <u>+</u> 0,9		12 <u>+</u> 2		τ,7 <u>+</u> 0,3	
39	196,7 <u>+</u> 0,9		34 <u>+</u> 5		4,8 <u>+</u> 0,7	
40	204 <u>+</u> I		0,25 <u>+</u> 0,09		0,03 <u>+</u> 0,01	
4 I	2II <u>+</u> I	I20 茾 20	I8 <u>+</u> 2	84 <u>+</u> 20	2,5 ± 0,3	
42	218 <u>+</u> I		5,I <u>+</u> I,7		0,7 <u>+</u> 0,2	

1	2	3	4	5	б к
			······································	**	· · · · · ·
43	224 <u>+</u> I		2,6 ± 0,9	· .	0,35 <u>+</u> 0,12
44	230 <u>+</u> I		2I ± 4	· ·	2,8 ± 0,5
45	23I <u>+</u> I	•	•	· · · ·	0,03
46	236 <u>+</u> I,5	. •	I6 ± 3		2.1 + 0.4
47	238 <u>+</u> I,5		17 ± 3		2.2 + 0.4
48	$248 \pm 1,5$		(8,2)		(I,0)
49	250 ± 1,5		(6,5)		(0.8)
50	259 ± 1,5	•	28 + 4	*	3.5 + 0.5
51	264 ± 1,5	• •	13 + 2	•	$1_{1}6 + 0.2$
52	275 + I.5	· , , , , , , , , , , , , , , , , , , ,	9+2		$I_{1}I_{1} + 0.2$
53	28I + I.5	· .	40 + 4		4-8 -0.5
54	284 + I.5		42 + 4	• •	
55	290 + I 5		4 + T	. *	
56	3II + 2		10 + 2	1	
57	32I ± 2		I4 ± 2	, -	$I_{0}6 \pm 0_{0}4$

Table 4

Resonance parameters of $\frac{168}{Er}$

No.	E _o (eV)	r (MeV)	Γ_n (MeV)	Γ_{γ} (MeV)	Γ [°] n
1 .	2	3	4	5	6
 2 3 4 5	$7,3I \pm 0,05 \\80,0 \pm 0,3 \\I89,3 \pm 0,9 \\245 \pm I \\3I4 \pm 2 \\529 \pm 3$	I 37 ± 9 I54 ± 55 800 ± I50 I000 + 200	0,01 ± 0,002 56 ± 3 78 ± 10 550 ± 60 155 ± 30 900 ± 100	81 ± 10 76 ± 55 250 ± 160 100 ± 250	$0,004 \pm 0,0008 \\ 6,2 \pm 0,3 \\ 5,7 \pm 0,7 \\ 35 \pm 4 \\ 9 \pm 2 \\ 39 \pm 4 \\ 9 \pm 4 \\ 39 \pm 4 \\ 3$
7 8 9 10 11	$764 \pm 4 \\ 831 \pm 5 \\ 1009 \pm 6 \\ 1098 \pm 7 \\ 1135 \pm 7$		86 ± 28 1100 ± 330 600 ± 200 1150 ± 350		3 ± I 38 ± II 19 ± 6 34 ± 10 5
•12 13 14 15 16 17 18	$\begin{array}{rrrrrrrrrrrrrrrrrrrrrrrrrrrrrrrrrrrr$		550 <u>+</u> 200 1500 <u>+</u> 500	•	I5 ± 5 39 ± I3

.

-

. . . .

. (

.

. ..

. . .

•

. ..

1	2	3	4		5	6	
20 21 22 23 24	$3120 \pm 19 \\ 3320 \pm 20 \\ 3715 \pm 22 \\ 4150 \pm 25 \\ 4360 \pm 34$			•			

Table 5

Resonance parameters of $170_{\rm Er}$

	No.	E _o (eV)	Γ (MeV)	Γ_n (MeV)	r o n	
	[7,40 <u>+</u> 0,05		$0,007 \pm 0,001$	$0,0026 \pm 0,0004$	
	2	95,3 <u>+</u> 0,4	1000 ± 200	800 ± 100	82 + 10	
	3	285 <u>+</u> I,5	800 <u>+</u> 300	800 <u>+</u> 200	47 <u>+</u> 12	
	14	498 <u>+</u> 3		600 <u>+</u> 150	27 <u>+</u> 7	
	5	·750 <u>+</u> 4		I20 <u>+</u> 50	4,4 <u>+</u> [,8	
	6	9 3 9 <u>+</u> 5		1600 <u>+</u> 300	52 <u>+</u> IO	
	7	1098 ± 6		700 <u>+</u> 200	2I ± 6	
	8 .	1224 + 7			2	
	- g	1390 + 8		. 1 400 <u>+</u> 500	37 ± 13	
	10	1534 + 10	1	-	2	
	TT	2010 + 12	· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·	720 + 200	16 + 4	
i	T.2	2103 + 13		- 930 + 300	20 + 7	
	1- T 7	2250 + 13	·	1400 + 500	29 ± 10	
		2380 114		680 + 230	T4 4 5	
	1.4	280 17		3000 + T000	56 + 18	
	TC	7040 ± 10 3315 ± 20	an a			
1	10	2000 . 23				
	17		1			
	18	4200 + 25				
	19	47 <u>3</u> 0 <u>+</u> 30	1			
		and the second sec	· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·			

1

- 62 -

Table 6

Target nucleus	Target spin	E (MeV)	P(Z) (MeV)	P(N) (MeV)	U (MeV)	, 2q obs.	σ	$a(MeV)^{-1}$	· · ·
			-		-			·	
	0	6,60	0,62	0	5,98	(8,7 <u>+</u> 1,5).10	5,46	20,8 <u>+</u> 0,4	
	0	6,46	0,62	0	5,84	(3,84 <u>+</u> 0,44).10 ⁴	5,37	19,6 <u>+</u> 0,4	
	7/2	7,76	0,62	0,61	6,53	$(4,4 \pm 0,6).10^5$	5,48	18,9+0,4	
1	0	5,97	0,62	0	5,35	(1,81 <u>+</u> 0,26).10 ⁴	5,25	I9,6±0,4	
	. 0	5,70	0,62	0	5,08	$(1,20+0,16).10^4$	5,23	19,6 <u>+</u> 0,4	
						-		- ·	

Here, E = excitation energy

 $P(\Xi) = proton pairing energy$

P(N) = neutron pairing energy

U = E - P(z) - P(N) = effective excitation energy

Q obs. = density of nuclear states with given excitation energy

U, σ , a are level density parameters.