ГОСУДАРСТВЕННЫЙ КОМИТЕТ INDC (ССР)-299/G ПО ИСПОЛЬЗОВАНИЮ АТОМНОЙ ЭНЕРГИИ СССР

ВОПРОСЫ АТОМНОЙ НАУКИ И ТЕХНИКИ

серия: Ядерные константы

выпуск



Сборник подготовлен Физико-энергетическим институтом и Комиссией по ядерным данным

РЕДАКЦИОННАЯ КОЛЛЕГИЯ

Главный редактор О.Д. КАЗАЧКОВСКИЙ

НЕЙТРОННЫЕ КОНСТАНТЫ И ПАРАМЕТРЫ

Зам. главного редактора Б.Д. КУЗЬМИНОВ

С.С. Коваленко, В.Е. Колесов, В.Н. Манохин, Г.В. Мурадян, Ю.П. Попов, Г.Н. Смиренкин, В.А. Толстиков, Г.Я. Труханов, Г.Б. Яньков, В.П. Ярына

КОНСТАНТЫ И ПАРАМЕТРЫ СТРУКТУРЫ ЯДРА И ЯДЕРНЫХ РЕАКЦИЙ

Зам. главного редактора Ф.Е. ЧУКРЕЕВ

В.В. Варламов, Б.Я. Гужовский, П.П. Дмитриев, В.В. Ежела, Б.В. Журавлев, Р.Б. Иванов, Б.С. Ишханов, В.М. Кулаков, В.Е. Сторижко, Н.П. Чижова

ЯДЕРНО-РЕАКТОРНЫЕ ДАННЫЕ

Зам. главного редактора М.Н. НИКОЛАЕВ

А.П. Васильев, А.А. Дубинин, В.А. Дулин, С.М. Зарицкий, А.В. Звонарев, В.Д. Казарицкий, А.Н. Камышан, А.А. Лукьянов, В.Д. Марковский, Б.Г. Рязанов, Л.В. Трыков, В.В. Хромов, А.М. Цибуля, М.С. Юдкевич

Ответственный секретарь В.В. Возяков

© Центральный научно-исследовательский институт информации и технико-экономических исследований по атомной науке и технике (ЦНИИатоминформ), 1988 ГОСУДАРСТВЕННЫЙ КОМИТЕТ ПО ИСПОЛЬЗОВАНИЮ АТОМНОЙ ЭНЕРГИИ СССР

ЦЕНТРАЛЬНЫЙ НАУЧНО-ИССЛЕДОВАТЕЛЬСКИЙ ИНСТИТУТ ИНФОРМАЦИИ И ТЕХНИКО-ЭКОНОМИЧЕСКИХ ИССЛЕДОВАНИИ ПО АТОМНОЙ НАУКЕ И ТЕХНИКЕ

вопросы атомной науки и техники

Серия: ЯДЕРНЫЕ КОНСТАНТЫ

Научно-технический сборник

Выпуск 4

НЕЙТРОННЫЕ КОНСТАНТЫ И ПАРАМЕТРЫ Константы и параметры структуры ядра и ядерных реакций

ЯДЕРНО-РЕАКТОРНЫЕ ДАННЫЕ

Москва

Издается с 1971 г.

1988

содержание

Нейтронные константы и параметры

Трофимов Ю.Н. Сечение реакции ¹⁵¹ Eu(n, 7) ^{152m} Eu(T _{1/2} = 9,3 ч) при энергии нейтронов 0,5 - 2,2 Мэв	3
Бочарова И.Е., Ганич П.П., Рудников В.Е., Сикора Д.И., Смиренкин Г.Н., Солдатов А.С., Чопоров Ю.М. Угловое распределение осколков при фотоделении ²³⁴ U и ²³⁸ U в области порога	5
Боховко М.В., Казаков Л.Е., Кононов В.Н., Полетаев Е.Д., Тимохов В.М. Сечения радиационного захвата быстрых нейтронов для изотопов диспрозия	8
Бычков В.М., Насырова С.М., Пащенко А.Б., Пушкин С.Г., Скрипова М.В., Тимухин Г.И. Банк ядерно-физических данных для обобщенного компараторного метода нейтронно-активационного анализа	14
Гусейнов А.Г., Гусейнов М.А., Работнов Н.С. О влиянии энергетической зависимости $\overline{\nu}(E)$ при Е менее I эВ на групповые константы ²³⁹ Ри в нажних группах	17
Константы и параметры структуры ядра и ядерных реакций	
Макаренко В.Е., Чукреев Ф.Е. К вопросу об идентификации высокоспиновых состояний в ядре ²³⁵ U	2I

Берендаков С.А., Говор Л.И., Демидов А.М., Михайлов И.В. Гамма-излучение из реакции ¹⁰⁶ сd(n,n'r)	26
Говор Л.И., Демидов А.М., Михайлов И.В., Черепанцев Ю.К. Гамма-излучение из реакции ¹⁸⁶ W(n,n'f)	33
Ядерно-реакторные данные	
Кощеев В.Н., Долгов Е.В., Цибуля А.М. Тестировка данных о резонансной структуре сеченый ²³⁵ u, ²³⁸ u и ²³⁹ Pu в области неразрешенных резонансов в экспериментах	
по пропусканию	39

	~~
Библиографический индекс работ, помещенных в настоящем выпуске, в Межлународной системе СИНЛА	49
Содержание сборника "Вопросы атомной науки и техники.	τU
Серия: Ядерные константы" за 1988 г.	50
I свепении читателей	53

ТАЛОН ОБРАТНОЙ СВЯЗИ

по оценке использования статей научнотехнического сборника "Вопросы атомной науки и техники", серия <u>Ядерные</u>

константы, вып.4

ŊōŊō	Наименование статей	Испол	ьзована	I	Не использ	ована
		в разра- ботках	для об- щего озна- комле- ния	не соот- ветст- вует те- матике работ	не содер- жит но- вых про- грессив- ных ре- шений	информа ция опоз дала

Нейтронные константы и параметры

Трофимов Ю.Н. Сечение реакции Ец (n,y)¹⁵²тЕц (Т_{1/2}=9,3 ч) при энергии нейтронов 0,5-2,2 МэВ

Бочарова И.Е., Ганич П.П., Рудников В.Е., Сикора Д.И., Смиренкин Г.Н., Солдатов А.С., Чопоров Ю.М. Угловое распределение осколков при фото-

делении 234 U и С в области порога

Боховко М.В., Казаков Л.Е., Кононов В.Н., Полетаев Е.Д., Тимохов В.М.

Сечения радиационного захвата быстрых нейтронов для изотопов диспрозия

Бычков В.М., Насырова С.М., Пащенко А.Б., Пушкин С.Г., Скрипова М.В., Тимухин Г.И. Банк ядерно-физических данных для обобщенного компараторного метода нейтрончоактивационного анализа

Гусейнов А.Г., Гусейнов М.А., Работнов Н.С. О влиянии энергетической зависимости V(Е) при Е менее I эВ на групповые константы ²³⁹ Р_U в нижних группах

Константы и параметры структуры ядра и ядерных реакций

Макаренко В.Е., Чукреев Ф.Е. К вопросу об идентификации высокоспиновых состояний в ядре ²³⁵//
Берендаков С.А.,Говор Л.И., Демидов А.М., Михайлов И.В. Гамма-излучение из реакции ¹⁰⁶Cd (n,n'r)
Говор Л.И., Демидов А.М., Михайлов И.В., Черепанцев Ю.К. Тамма-излучение из реакции ¹²⁰W (n,n'r)
Ядерно-реакторные данные

Кощеев В.Н., Долгов Е.В., Цибуля А.М. Тестировка данных о резонансной структуре сечений ²³⁵U, ²³⁸U и ²³⁹ Ри в области неразрешенных резонансов в экспериментах по пропусканию

НЕЙТРОННЫЕ КОНСТАНТЫ И ПАРАМЕТРЫ

УДК 539.172.4 СЕЧЕНИЕ РЕАКЦИИ ¹⁵¹Eu(n,r)^{152m}Eu (T_{1/2} = 9,3 ч) ПРИ ЭНЕРІИИ НЕМТРОНОВ 0,5-2,2 мэв^{*} Ю. Н. Трофимов

> CROSS-SECTIONS OF ${}^{151}\text{Eu}(n,p){}^{152m}\text{Eu}(\text{T}_{1/2} = 9,3 \text{ h})$ REACTION FOR $\text{E}_n = 0,5 - 2,2$ MeV. Activation cross-sections for ${}^{151}\text{Eu}(n,p){}^{152m}\text{Eu}(\text{T}_{1/2} = 9,3 \text{ h})$ reaction have been measured at 12 neutron energies between 0,5 and 2,2 MeV. Neutrons were produced by means of ${}^{3}\text{H}(p,n){}^{3}\text{He}$ reaction, using Van-de-Graaff accelerator. The measurements were made relative reactions ${}^{152}\text{In}(n,n'){}^{115m}\text{In}$ and ${}^{197}\text{Au}(n,p){}^{198}\text{Au}$.

Соединения из европия являются перспективными материалами для органов регулирования бистрых реакторов, так как оба изотопа европия (в природной смеси 47,8% ¹⁵¹Eu и 52,2% ¹⁵³Eu) имеют эўфективное сечение поглощения, среднее по спектру нейтронов быстрого реактора, более чем вдвое превышающее соответствующее сечение для ¹⁰В - элемента, широко используемого в виде карбида бора (B₄C) для управляющих и контролирующих стержней быстрых реакторов. Кроме того, европий является медленно выгорающим поглотителем, так как до полной потери поглощающей способности ¹⁵¹Eu способен на последовательный захват до пяти нейтронов.

Несмотря на важность знания точного сечения этой реакции, результаты эксперимента и оценки сечения реакции различаются существенным образом. Так, последние измерения /[/ оказались на 12-20% ниже данных оценки ENDF/B-V. Наибольшее расхождение в данных наблюдается при энергиях нейтронов выше 0,5 мэВ, где существенно расходятся оценки библиотек JENDL-1 и ФЭМ /2/. Потребная точность этого сечения (±5%) еще не достигнута. Такая ситуация требует новых экспериментальных измерений сечения реакции ¹⁵¹Eu(n, γ)^{122m}Eu.

В настоящей работе сечение этой реакции измеряли активационным методом в плапазоне энергий нейтронов 0,5-2,2 МэВ относительно сечений опорных реакций ¹¹⁵ In(n,n')¹¹⁵ In, ¹⁹⁷ Au(n,r)¹⁹⁵ Au. Источник нейтронов – реакция ³ H(p,n)³ Не в твердой титан-тритиевой мишени толщиной 0,8-I мг/см². Моноэнергетические протоны получали на электростатическом ускорителе Радиевого института им.В.Г. Хлопина.

Образцы европия, обогащенного по изотопу ¹⁵¹Еы в виде порошка окиси Еu₂O₃ были спрессованы в диски диаметром 6 мм и массой I5-30 мг и упакованы в тонкие (4 мг/см²) полиэтиленовые пленки. Изотопный состав европия: 97,7% ¹⁵¹Еы и 2,3% ¹⁵³Еы. Химические примеси других элементов присутствовали в пренебрежимо малых количествах. Массу образцов определяли взвешиванием.

Флюенс нейтронов измеряли по активрции детектора из изотопов опорной реакции. Сборку из двух детекторов из индия или золота и образца между ними укрепляли на фланце источника нейтронов на расстоянии I2 мм от торца мишени под углом 0° к пучку протонов. Среднее время облучения составляло I0 ч при токе протонов I0 мкА. Гамма-спектры обдученных образцов измеряли Ge(Li)-детектором объемом 38 см³ с разрешением 2,8 кэВ при E_n = I332 кэВ (⁶⁰со). Набор и обработку информации проводили на анализаторе LP-4900. Гамма-спектрометр калибровали с помощью стандартных *р*-источников (ОСГИ). Более подробно методика облучения, измерения *р*-активности, расчета сечения и введения поправок описана в работе /37.

Основные характеристики ядер - продуктов исследуемой и опорных реакций - приведены в табл. I. Сечения реакции ¹⁵¹Eu(n,))^{152m}Eu определяли по одной или двум опорным реакциям. При определении сечения по нескольким опорным реакциям сходимость результатов была хорошей и величины расхождений не превышали II% (табл.2). Результаты настоящих измерений приведены также в табл.2, где

^{*} Читатели, желающие воспользоваться данными из этой статьи, должны иметь в виду, что оцененные данные по распаду Т1/2, опубликованные в Nuclear Data Sheets, 1980, v.30, p.1, несколько отличаются от приводимых автором статьи. Оцененные данные: Т1/2=9,32±0,01 ч,интенсивность квантов с энергией I2I,77 кэВ составляет 7,2±0,4 квант/IOO распадов.

рядом с измеренным сечением (в скобках) указано использованное сечение опорной реакции из приведенного источника. Для сечений реакции ¹⁹⁷Au(n, r)¹⁹⁸Au погрешность составляла 6, I%, а для реакции ¹¹⁵In(n, n')^{115m}In – I0%, что соответствует разбросу величин сечений этой реакции по данным библиотек ENDF/B-V, IRDF-82 и ZACRSS.

Таблица I

Характеристики ядер - продуктов исследуемой и опорных реакций

Реакция	Период подураснада 24, 5/	Е ₁ , кэВ	Квантовый выход,% 24, 57
¹⁵¹ Eu(n,)) ^{152m} Eu	9,30 ±0,05 ч	121,75	6,22 <u>+</u> 0,20
115 _{In(n,n')} 115m _{In}	4,486 <u>+</u> 0,004 ч	336,25	45,9 <u>+</u> 0,3
¹⁹⁷ Au(n, 7) ¹⁹⁸ Au	2,695 <u>±</u> 0,002 сут	4II,8	95,56 <u>+</u> 0,07

На рисунке приведены результаты наших измерений в сравнении с данными работ /I, 8/. Данные работы /8/ были перенормированы, т.е. значения сечений реакции $^{151}\text{Eu}(n, \eta)^{152m}\text{Eu}$, приводимые в работе /8/, умножены на коэффициент 2,4 согласно современному значению опорного сечения радиационного захвата тепловых нейтронов /9/. После такой перенормировки сходимость данных работ /I, 8/ улучшилась. Наши результаты удовлетворительно согласуются с этими данными при $E_n = 0,5-0,7$ и I,8-2 лэв. В диапазоне энергий нейтронов 0,8-I,7 мэв наши данные на 20-30% меньше данных работ /I, 8/.

Суммарная погрешность определения сечения реакции ¹⁵¹Eu(n,p)^{152m}Eu составила II-I2%. Эта погрешность включала следующие составляющие: статистическая погрешность измерений *p*-активности I%, погрешность определения эффективности Ge(Li)-детектора 3-4%, погрешность взвешивания образцов I-I,5%, неопределениеть сечений опорных реакций 6-I0%. Поправка на нейтроны, рассеянные конструкцией мишени, составляла 3±I%. Разброс энергии нейтронов, указанный в табл.2 и на рисунке, обусловлен энергетическими потерями протонов в титан-тритиевой мишени и телесным углом образца относительно источника нейтронов.

> Таблица 2 Экспериментально измеренные сечения реакции $151_{\rm Eu}(n,r)^{152m}_{\rm Eu}(r_{1/2} = 9,3 \text{ ч})$ относительно сечений опорных реакций, мо (I мо = 10^{-31} м²)

$\overline{E_n},$	$\pm \Delta E_n$,	Сечения опорны	х реакций	Среднее
МэВ	МэВ	115 _{In(n,n')} 115m _{In}	197 _{Au(n,1)} 198 _{Au}	Сечение
		<i>[</i> 6]	[7]	
0,5	0,13	-	620(134,6)	620 <u>+</u> 70
0,6	0,I3	-	560(II6,2)	560 <u>+</u> 60
0,7	0,I3	502(17,7)	4I8(IOI,0)	460 <u>+</u> 50
0,8	0,13	402(30,9)	320(90,8)	360 <u>+</u> 40
0,9	0,I2	284(50,5)	256(85,5)	270 <u>+</u> 30
I,0	0,12	264(64,4)	217(83,0)	240 <u>+</u> 30
I,2	0,II	I87(II2,2)	196(76,0)	190 <u>+</u> 20
I,4.	0,10	I75(I58,2)	174(72,0)	175 <u>+</u> 20
Ι,7	0,09	II9(203,9)	I24(65,0)	120 <u>+</u> 15
I,8	0,09	175(221,7)	I46(6I,5)	160 <u>+</u> 20
2,0	0,08	I23(268,5)	125(54,0)	125 <u>+</u> 15
2,2	0,08	76(307,2)	· _	76 <u>+</u> 8

Зависимость сечения реакции ${}^{151}\text{Eu}(n,\gamma){}^{152m}\text{Eu}(r,\gamma){}^{152m}$ ($T_{1/2} = 9,3$ ч) от энергии нейтронов. Данные работ:



Список литературы

- I. Maclin R., Young P. Nucl. Sci. and Engng. 1987. V.95. P.189-193.
- 2. Юрлов Ю.Д., Беланова Т.С., Игнатюк А.В. и др. Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы. 1983. Вып.І. С.25.
- 3. Трофимов Ю.Н. Там же. 1986. Вып. З. С. 27-30.
- 4. Lederer C., Shirley V. Table of Isotopes. 7th ed. N.-Y.-Toronto: J.Wiley and Sons. 1978.
- 5. Гусев Н.Г., Дмитриев П.П. Квантовое излучение радиоактивных нуклидов. М.: Атомиздат, 1977.
- 6. International Reactor Dosimetry File: IAEA/NDS-42/R. 1982.
- 7. Nuclear Data Standards for Nuclear Measurement: Rep. series N 227. Vienna: IAEA. 1983.
- 8. Johnsrud A., Silbert M., Barshall H. Phys. Rev. 1959. V.116. P.927-936.
- 9. Беланова Т.С., Игнатюк А.В., Пащенко А.Б., Пляскин В.И. Радиационным захват нейтронов. Ж.: Энергоатомиздат, 1986.

Статья поступила в редакцию 15 февраля 1988 г.

YEK 539.173

УГЛОВОЕ РАСПРЕДЕЛЕНИЕ ОСКОЛКОВ ПРИ ФОТОДЕЛЕНИИ ²³⁴и и ²³⁸и в ОБЛАСТИ ПОРОГА

И.	Ε.	Б	0	ч	а	р	0	в	a,		Π.	Π.	Γ	а	H	И	ч¥	,	B	Ε.	₽	у	Д	H	И	к	0	в	,	Д.	И.	С	И	ĸ	οŗ	a	×,
Γ.	H.	С	М	И	р	е	н	к	И	H,		A. (С.	С	0	л	д	a :	го	в,	K).	Μ.	, q	Ιc) n	C) p	0	в							

THE ANGULAR DISTRIBUTION OF 234 U AND 238 U PHOTOFISSION FRAG-MENTS NEAR THE FISSION THRESHOLD. The measurements of the angular distributions of fission fragments in the photofission of 234 U and 238 U has been performed between 5,5 and 6,5 MeV. As γ -source, the bremsstrahlung from a microtron was used. For detection of the fission fragments was used the glass detector wich was scaning by the optical microscop. The presented data are compared to the results of earler experiments. Some discrepancies were discussed.

Совместный анализ околопороговых сечений и угловых распределений осколков фотоделения позволяет получить информацию о делимости и проницаемости барьера деления для выделенных квантовых состояний четно-четных ядер /1-37, мало доступную при иных способах возбуждения. При существующих методах монохроматизации р-квантов измерения угловых распределений осколков W(0) практически не осуществимы из-за малости сечения фотоделения в нужной области энергий. По этой причине такие

^{*} Ужгородское отделение Института ядерных исследований АН УССР.

исследования проводятся на значительно более интенсивных пучках тормозного издучения. В настоящей работе продолжены измерения величины $W(\theta)$ для двух ядер ²³⁴U и ²³⁸U, начатые в работе [4]. Изучаемый диапазон граничных энергий тормозного спекта $E_{max} = 5,5-6,5$ МэВ соответствует ближайшей окрестности "порога" деления, равного около 6 МэВ этих ядер. Он примечателен особенностями в энергетической зависимости коэффициентов углового распределения

$$W(\theta, E_{max}) = \alpha(E_{max}) + \beta(E_{max})\sin^2\theta + c(E_{max})\sin^22\theta, \qquad (1)$$

выявленных в предыдущих наших измерениях /I,4,5/ и в Швеции /6/, а также некоторыми расхождениями в экспериментальных результатах, требующих проверки. Здесь сообщаются результати первого этапа совместных экспериментов на микротронах физико-энергетического института и Ужгородского отделения ИЯИ АН УССР.

Измерения проводились на выведенных из ускорителей пучках электронов с тормозной мишенью в виде вольфрамового диска толщиной I мм и алюминиевого поглотителя электронов толщиной I2 мм. Делящимися мишенями служили окисные слои изотопов урана толщиной 0,6 мг/см² (²³⁴U) и I,0 мг/см² (²³⁸U), диаметром 5 мм, детекторами – цилиндрические стекла шириной 20 мм. Методика измерений подробнее описана в работах /4,7,8/7.

Математическая обработка наблюдаемых распределений треков осколков в детекторах выполнена с усовершенствованиями, описанными в работе [4]. Результаты обработки, согласно данным [7], представлены в таблице в виде коэффициентов (I) для нормировки $\alpha + \beta = I$.

Параметры угловых распределений осколков фотоделения ²³⁴U и ²³⁸U тормозными *р*-квантами

Е _{тах} , МэВ	a±∆a	в ± ∆в	c±∆c
		234 _U	
5,5	0,007 <u>+</u> 0,005	0,993 <u>+</u> 0,0I7	0,I66 <u>+</u> 0,0I6
5,75	0,025 <u>+</u> 0,004	0,975 <u>+</u> 0,0I4	0,152 <u>+</u> 0,012
5,97	0,028 <u>+</u> 0,004	0,972 <u>±</u> 0,0I3	0,I58 <u>+</u> 0,0I2
6,05	0,04I <u>+</u> 0,005	0,959 <u>+</u> 0,0I5	0,II0 <u>+</u> 0,0I4
6,I7	0,050 <u>+</u> 0,004	0,950 <u>+</u> 0,0I3	0,I58 <u>+</u> 0,0I2
6,20	0,086 <u>+</u> 0,007	0,9I4 <u>+</u> 0,0I6	0,183 <u>+</u> 0,017
.6,35	0,I33 <u>+</u> 0,006	0,867 <u>+</u> 0,0I5	0,083 <u>+</u> 0,0I5
6,45	0,I63 <u>+</u> 0,005	0,837 <u>+</u> 0,0I3	0,087 <u>+</u> 0,0I3
		238 _U	
5,5	0,049 <u>+</u> 0,0I3	0,95I <u>±</u> 0,03I	0,I72 <u>±</u> 0,033
5,75	0,04I <u>+</u> 0,005	0,989 <u>+</u> 0,0I5	0,043 <u>+</u> 0,0I4
5,97	0,079 <u>+</u> 0,005	0,92I <u>+</u> 0,0I3	0,I28 <u>+</u> 0,0I3
6,05	0,087 <u>+</u> 0,007	0,9I3 <u>+</u> 0,0I6	0,125 <u>+</u> 0,016
6 , I7	0,090 <u>+</u> 0,005	0,9I0 <u>+</u> 0,0I3	0,123 <u>+</u> 0,012
6,20	0,086 <u>+</u> 0,007	0,9I4 <u>+</u> 0,0I6	0,I38±0,0I6
6,35	0,I03 <u>+</u> 0,005	0,897 <u>+</u> 0,0I4	0,032 <u>+</u> 0,0I3
6,45	0,III <u>±</u> 0,004	0,889 <u>+</u> 0,0II	0,078 <u>±</u> 0,0II

На рис. I и 2 энергетические зависимости коэффициентов $\alpha(E_{max})$ и $c(E_{max})$ сравниваются с результатами предшествующих измерений для 234 U /4-6/ и 238 U /2,4,6,8/. Остановимся кратко на экспериментальной информации о коэффициентах $\alpha(E_{max})$ и $c(E_{max})$ каждого из ядер отдельно, заметив, что первым коэффициентом определяется преимущественно вклад каналов $\mathcal{J}^{\mathcal{A}} = I^-$, K равно 0 и I, а вторым – $\mathcal{J}^{\mathcal{A}} = 2^+$, K = 0 (\mathcal{J} – полный момент составного ядра, K – проекция его на ось деления, \mathcal{N} – четность состояния (27).



Рис.2. Зависимость коэффициента С угловых распределений осколков фотоделения ²³⁴u(а) и ²³⁸u(б) от максимальной энергии тормозного спектра. Данные работ: • - настоящей; x - [1]; • - [4]; • - [5]; • - [6]; • - [8]

234у. Результаты разных измерений в целом удовлетворительно согласуются между собой. Ранее мы обращали внимание, что исследования [4, 5] не стыкуются между собой по коэффициенту с(E_{max}). К сожалению, и данный опыт не дал ответа, каким является характер изменения коэффициента с(E_{max}) в области энергий $E_{max} \approx 6,5$ МэВ.

<u>238</u>у. Так же, как и для ²³⁴U, данные об $a(E_{max})$ во всех измерениях хорошо согласуются между собой. Относительно коэффициента $c(E_{max})$ нужно сказать, что результаты настоящего эксперимента и работы /8/, полученные с "тонкими" делящимися мишенями (около I мг/см²), согласуются между собой значительно лучше, чем с прежними нашими данными /I/, полученными с мишенями из металлической фольги урана, толстыми в сравнении с пробегом осколков. Можно думать, что в работе /I/, несмотря на тщательные исследования, удалось не в полной мере учесть эффект рассеяния осколков и угловую зависимость эффективности их регистрации. Вероятно, при этом сказалось замеченное позже разрушение поверхности мишени со временем под действием излучения.

Измерения с "тонкими" мишенями демонстрируют наличие резонанся С(E_{max}) при $E_{max} \approx 6, I$ МэВ. Реальность этого явления подтверждают и результати единственных, достаточно подробных измерений величины $W(\theta)$ на монохроматических γ -квантах /9/.

Об информации рис.I и 2 можно сказать, что для обоих ядер желательны уточнения энергетической зависимости квадрупольного компонента с(E_{max}) при E_{max}≥6,5 МэВ.

Список литературы

- І. Игнатюк А.В., Работнов Н.С., Смиренкин Г.Н. и др. Ж. эксперим.и теор.физ. 1971. Т.61. С.1284.
- 2. Остапенко Ю.Б., Смиренкин Г.Н., Соддатов А.С. и др. Элементарные частицы атомных ядер. 1981. Т.12. С.1364.
- З. Ципенюк Ю.М., Остапенко Ю.Б., Смиренкин Г.Н. и др. Успехи физ.наук. 1984. Т.144. С.З.
- 4. Бочарова И.Е., Рудников В.Е., Смиренкин Г.Н. и др. Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы. 1987. Вып.З. С.47.
- 5. Линдгрен Л.И., Солдатов А.С., Ципенск Ю.М. Ядерная физика. 1980. Т.32. С.335.
- 6. Lindgren L.J., Alm A., Sendell A. Nucl. Phys. 1978. V.A298. P.43.
- 7. Бочарова И.Е., Золотухин В.Г., Лапица С.П. и др. Ж.эксперим.и теор. физ. 1965. Т.49. С.476.
- 8. Работнов Н.С., Смиренкин Г.Н., Солдатов А.С. и др. Ядерная физика. 1970. Т.II. С.508.
- 9. Ноудес Дж.В., Хан А.М., Аросс В.Дж. Изв.АН СССР. Сер.физ. Т.34. С.1627.

Статья поступила в редакцию І апреля 1988 г.

УДК 539.172.4

СЕЧЕНИЯ РАЦИАЦИОННОГО ЗАХВАТА БЫСТРЫХ НЕИТРОНОВ ЦЛЯ ИЗОТОПОВ ДИСПРОЗИЯ

М. В. Боховко, Д. Е. Казаков, В. Н. Кононов, Е. Д. Полетаев, В. М. Тимохов

> THE NEUTRON CAPTURE CROSS-SECTIONS OF FAST NEUTRON FOR DYS-PROSIUM ISOTOPES. The results of the measuring of the neutron capture cross-section for the isotopes $160, 161, 162, 163, 164_{\rm Dy}$ and natural dysprosium in the energy region from 20 to 450 keV. The measurements were carried out at the time-of-flight spectrometer of neutron on the pulsed Van-de-Graaff accelerator EG-1 FEI.

Получение новых данных по сечениям радиационного захвата нейтронов для изотопов диспрозия в области энергий до 500 кэВ представляет определенный интерес с точки зрения изучения изотопической зависимости средних сечений захвата нейтронов и получаемых на основе их анализа средних резонансных параметров – нейтронных и радиационных силовых функций для s-, p- и d-нейтронов. Редкоземельный элемент диспрозий имеет пять стабильных изотопов, три из которых являются четно-четными. Наличие у четных изотопов диспрозия низколежащего коллективного уровня 2⁺ проявляется в средних сечениях радиационного захвата нейтронов в виде характерного сброса, связанного с отрывающимся каналом неупругого рассеяния. Это обстоятельство создает дополнительные возможности для более точного определения вклада d-волны в среднее сечение захвата нейтронов и соответственно величины d-волновой нейтронной силовой функции /1/.

Семейство изотопов диспрозия лежит на пути S-процесса при синтезе средних и тяжелых ядер путем последовательного захвата нейтронов, причем изотоп ¹⁶⁰ Dy является экранированным нуклидом, т.е. образуется в первую очередь в результате S-процесса. В связи с этим получение экспериментальных данных по сечениям захвата быстрых нейтронов для этого изотопа важно с точки зрения уточнения моделей, описывающих синтез элементов в звездах и объяснения их распространенности в при-

роде. Наконец, уточнение сечений захвата нейтронов для изотопов диспрозия представляется важным в связи с выработкой оцененных нейтронных данных для расчета реакторов на быстрых нейтронах.

В настоящей работе представлены результать измерений сечений захвата быстрых нейтронов для изотопов ¹⁶⁰⁻¹⁶⁴ ру и их природной смеси. Данные для изотопов получены в области энергий I6-450 кэВ, а для смеси – области 5-450 кэВ. Предварительные данные по сечениям захвата нейтронов для изотопов были опубликованы нами ранее [2]. Данные, публикуемые в настоящей работе, являются окончательными и получены в результате обработки этих измерений по уточненной методике, которая была описана в работе [3]. Отметим, что для изотопов ¹⁶¹⁻¹⁶⁴ ру данные, опубликованные в работе [2], согласуются с новыми результатами в пределах I-8% во всем диапазоне энергий нейтронов. Однако величина сечения захвата для изотопов ¹⁶⁰ ру оказалась на 30% ниже приведенной нами в работе [2], что связано с более корректным учетом самопоглощения р-квантов захвата и примеси изотопа ¹⁶¹ ру в образце ¹⁶⁰ ру. Данные для природной смеси изотопов в настоящей работе публикуются впервые.

<u>Метод измерения</u>. Измерение сечений радиационного захвата в области энергий 16-450 кэВ проводили на ускорителе ЭГ-I ФЭЙ, работающем в импульсном режиме с частотой повторения 500 кГц, длительностью импульсов протонов 2-3 нс и средним током 2 мкА. Источником нейтронов служила реакция ⁷Li(p,n)⁷Be. Для получения сплошного спектра нейтронов использовали металлическую "толстую" (около I мм) литиевую мишень. Метод измерений основан на регистрации мгновенных *у*-квантов захвата с помощью большого жидкостного сцинтилляционного детектора (БЖСД), заполненного сцинтиллятором на основе толуола с добавлением 60% триметилбората, и применения метода времени пролета для определения энергии нейтронов и уменьшения фона. Относительное измерение потока нейтронов производилось детектором с тонким (около 0,8 мм) ⁶Li-стеклом NE-908, располагаемым перед захватным образцом, а также детектором, состоящим из пластины ¹⁰В и двух кристаллов NaI(Tl) и устанавливаемым за исследуемым образцом. Эксперимент проводили на пролетной базе от мишени до исследуемого образца 2,4 м. Пролетные бази до детекторов с стеклом ⁶Li и пластиной ¹⁰В составляли соответственно 2,1 и 2,7 м. При этом детекторная система и источник нейтронов размещались в разных помещениях, разделенных 2-метровой стеной из тяжелого бетона. Экспериментальная установка и методика измерений были подробно описаны в работах <u>/</u>3, 4/.

В эксперименте использовались оксидные образцы разделенных изотопов (Dy_2O_3 , $\rho = 7,8I$ г/см³), упакованные в тонкостенные алюминиевые контейнеры диаметром 40 мм. Основные данные изотопных образцов приведены в табл. I. Измерения сечений для природной смеси изотопов производили на образце с массом 29 г (0,0075 атом/б).

Таблица I

Изотоп	Масса по	Толщина	Изотопный состав, мас. 7										
	изотопу, г	ооразца, атом/б	160 _. Ду	161 _{Dy}	162 _{Dy}	163 _{Ду}	164 _{Dy}						
160 _{Dy} 161 _{Dy}	22,90 34,65	0,00597 0,00902	63,3I 0,49	21,58 92,2	7,59 5,48	4,I7 I,I7	3,35 0,66						
162 _{Dy} 163_	34,63	0,00897	0,I	I,02	95,I	3,12	0,76						
164 _{Dy}	34,53 34,53	0,00889	0,2 0,I	0,22 0,44	1,27 0,63	92,5 I,73	97,2						

Характеристика исследуемых образцов

Величина сечения захвата б_с может быть выражена через измеренные в опыте величины следующим соотношением <u>(5, 6</u>7:

$$\mathcal{G}_{c}^{i} = \mathcal{K} \frac{N_{c}^{i}}{N_{m}^{i}} \frac{1}{n} \frac{\mathcal{G}_{n\alpha}^{i}}{T_{m}^{i}} \frac{S_{m}^{i}}{S_{c}^{i}} , \qquad (1)$$

где K – нормировочный коэффициент; N_c^i и N_m^i – числа отсчетов детектора событий захвата выше порога регистрации и монитора с ⁶L1-стеклом в i-м временном (энергетическом) канале; n – число ядер в исследуемом образце, атом/о; $G_{n\alpha}^i$ – сечение реакции ⁶Li(n, α)³н ; T_m^i – пропускание детектора с ⁶Li-стеклом; S_m^i – поправка на самоэкранировку и многократное рассеяние нейтронов в мониторе; S_c^i – поправка на резонансную самоэкранировку и многократное рассеяние нейтронов в исследуемом образце. Абсолютизация сеченик захвата нейтронов проводилась с помощью методики амплитудного взвешивания, позволяюще. в значительной мере уменьшить погрешность, связанную с чувствительностью p-детектора к изменениям спектра и множественности p-квантов захвата при переходе от ядра к ядру. Исследования, проведенные в работе [5] при зенительно к используемому в эксперименте БаСД, показали, что для широкого сласов ядер данный метод обеспечивает нечувствительность в пределах эколо 3% к форме спектра и множественности p-кванта. При этом весовая функция нашего детектора W_j имеет внд

$$W_{j} = 3,654 U^{-0,331} j^{1,75}$$
, (2)

гдо U - полная энергия возбуждения компаунд-ядра (U=B_n+E_n); j - ношер канала амплитудного анализатора (или соответствующая ему энергия *p*-квантов).

Величину коздициента К в формуле (I) определяли из измерения со стандартным образцом ¹⁹⁷Au, используя следующее соотношение:

$$\kappa = \left[\left\langle \left(N_{m}^{i} / N_{c}^{i} \right) \frac{\dot{T}_{m}^{i}}{\tilde{\sigma}_{n\alpha}} \frac{S_{c}^{iAu}}{S_{m}^{i}} \sigma_{c}^{iAu} \right\rangle \frac{n^{Au} F_{p}^{Au} \left(B_{n}^{Au} + \bar{E}_{n} \right)^{j=max}}{\sum\limits_{j=0}^{j=max} A_{j}^{A}} \right] \frac{\sum\limits_{j=0}^{j=max} A_{j}^{W_{j}}}{F_{p} \left(B_{n} + \bar{E}_{n} \right)^{j=max}} , \quad (3)$$

где F_n - поправка на самологлощение g-кваятов захвата в образцах; A_j - амплитуднай спектр детектора события захвата, измеренный в области энергия нейтронов 150-250 кэб; W_j - весовая функция детектора, определяемая соотношением (2); \bar{E}_n - средных энергия нейтронов, соответствующая временному интервалу, в котором измерался амплитудных спектр (около 0,2 мэВ); R - номер канада амплитудных соответствующия порогу регистрации события захвата во временных окнах (около 2 мэВ); <>- усреднение результатов измерения ь области энергий 50-100 кэВ; G_c^{iAu} - сечение захвата 197 Ан. При определении коэдициента нормировки (K) использовали наши данные по сечению захвата 197 Ан. При определении коэдициента восолотным методом с помощью методики насыщенного резонанса, а также сечение захвата 197 Ан из библиотеки ENDF/B-V /8/. Значения коэффициентов нормировки в обоих случаях согласуются в пределах 2,5.

Для получения сечений захвата до энергии 120 кэВ использовали относительный ход сечения реакции ⁶Li(n, a)³H, а при более высоких энергиях для измерения формы потока нейтронов служила реакция ¹⁰B(n, d))⁷Li, при этом данные нормировались к полученным абсолютным значениям по интервалу 50-100 кэВ. Сечения этих реакций взяты согласно оценке ENDF/B-V [3]. Полученные по формуле (I) сечения относятся к образцу, содержащему примеси других изотопов. Поэтому в окончательные данные были внесены соответствующие поправки, рассчитанные путем решения системы линейных уравнений. Величина поправки на изотопный состав составляла около 30% для ¹⁶⁰Dy и 3-8% для остальных изотопов.

<u>Результаты и их обсуждение</u>. Результаты измерения сечений рациационного захвата нейтронов для изотопов ¹⁶⁰⁻¹⁶⁴ и природно, смеси, а также их полная погрешность приведены в табл.2,3. Погрешности результатов измерений складывались из следующих компонентов:

- статистической погрешности, которая составляла I-2% для ¹⁶¹Dy, 3-4% для ^{160,162,163}Dy и 4-6% для ¹⁶⁴Dy;

- погрешности, связанной с процедурой вычитания фона во время-пролетных спектрах: 5-10% при 20 кэВ и 0,5-1% при Е_п≥70 кэВ (для ₆₀Dy - 13% при 5 кэВ и около 0,5% выше 30 кэВ);

- погрешности нормировки 4,5-6%;

- погрешности относительного хода опорных сечений, которая для реакций ⁶Li(n,d)³H составляла I-2% и ¹⁰B(n,dg)⁷Li - 2,5%;

- погрешности поправок на конечную толщину образца (самопоглощение *п*-квантов в образце, резонансная блокировка и многократное рассеяние), которая составляла 2-3%.

Таблица 2

Сече	ния радиа	щионного	захвата	нейтронов	И	их	погрешности
для 🗄	изотопов	диспрозия	г, мб	-			

	·				· · ·
Е _п ,кэВ	160 _{Dy}	161 _{Dy}	162 _{Dy}	163 _{. Ду}	164 _{Dy}
I6-20	I308 <u>+</u> I66	3037 <u>+</u> 216	666 <u>+</u> 85	I574 <u>+</u> 200	352 <u>+</u> 52
20-24	I006 <u>+</u> 97	2592 <u>+</u> I42	535 <u>+</u> 52	1255 <u>+</u> 121	268 <u>+</u> 33
24 - 28	923 <u>+</u> 79	2363 <u>+</u> 126	502 <u>+</u> 43	1209 <u>+</u> 103	261 <u>+</u> 29
28-32	827 <u>+</u> 64	2076 <u>+</u> I09	474 <u>+</u> 37	1090 <u>+</u> 84	245 <u>+</u> 25
32-36	820 <u>+</u> 60	I877 <u>+</u> 97	431 <u>+</u> 32	I028 <u>+</u> 76	220 <u>+</u> 22
36-40	788 <u>+</u> 55	I738<u>+</u>89	399 <u>+</u> 28	942 <u>+</u> 65	186 <u>+</u> 17
40 - 44	77I <u>+</u> 52	I680 <u>+</u> 86	398 <u>+</u> 27	870 <u>+</u> 58	176 <u>+</u> 16
44-48	685 <u>+</u> 44	I552 <u>+</u> 79	363 <u>+</u> 24	823 <u>+</u> 53	I7I <u>+</u> I5
48-52	675 <u>±</u> 42	I439 <u>+</u> 72	322 <u>+</u> 20	806 <u>±</u> 5I	I64 <u>+</u> I4
52–56	650 <u>±</u> 40	I327 <u>+</u> 66	323 <u>+</u> 20	78I <u>+</u> 49	I68 <u>+</u> I4
56 - 60	609 <u>+</u> 37	I286 <u>+</u> 64	3I8 <u>+</u> I9	739 <u>+</u> 45	I54 <u>+</u> I3
60-64	564 <u>+</u> 34	1277 <u>+</u> 63	324 <u>+</u> I9	715 ± 43	I47 <u>+</u> I2
64-68	571 <u>+</u> 34	II90 <u>+</u> 59	308 <u>+</u> 18	723±42	I52 <u>+</u> I2
68-72	575 <u>±</u> 33	II36 <u>+</u> 56	298 <u>+</u> 17	690 <u>+</u> 40	151 <u>+</u> 12
72-76	563 <u>+</u> 32	1071 <u>+</u> 53	302 <u>+</u> 17	654 <u>+</u> 37	I45 <u>+</u> II
76-80	540 <u>+</u> 3I	1057 <u>+</u> 52	289 <u>+</u> 16	619 <u>+</u> 35	II8 <u>+</u> 9
80-84	574 <u>+</u> 32	1008 <u>+</u> 49	260 <u>+</u> 15	587 <u>+</u> 33	I03 <u>+</u> 8
84-88	506 <u>+</u> 28	977 <u>+</u> 48	235±I3	567 <u>+</u> 32	96 <u>+</u> 7
88-92	524 <u>+</u> 29	933 <u>+</u> 45	230 <u>+</u> I3	550 + 3I	98 <u>+</u> 7
92-96		904 <u>+</u> 44	2I2 <u>+</u> I2	5II <u>+</u> 28	87 <u>+</u> 6
96 - I00	455 <u>+</u> 25	862 <u>+</u> 42	199 <u>+</u> II	491 <u>+</u> 27	85 <u>+</u> 6
100-110	410 <u>+</u> 23	79I <u>+</u> 38	I92±II	470 <u>+</u> 26	69 <u>+</u> 5
110-120	371 <u>+</u> 21	734±35	170 <u>+</u> 10	444 ± 25	70 <u>+</u> 5
120-130	358 <u>+</u> 20	686 <u>+</u> 38	157 <u>+</u> 9	434 <u>+</u> 25	62+5
I30-I40	353 <u>+</u> 20	643 <u>+</u> 36		406 <u>+</u> 23	64 <u>+</u> 5
I40-I50	325±21	566 <u>+</u> 32	I49 <u>+</u> I0	38I <u>+</u> 24	58 <u>+</u> 4
I50-I60	322 <u>+</u> 21	561+32	I40 <u>+</u> 9	380 <u>+</u> 24	52 <u>+</u> 4
160-170	3I3 <u>+</u> 20	533 <u>+</u> 30	I34 <u>+</u> 9	368 <u>+</u> 24	53 <u>+</u> 4
170-180	301 <u>+</u> 20	5II <u>+</u> 29		342 <u>+</u> 22	5I <u>+</u> 4
180-190	288 <u>+</u> 19	477 <u>+</u> 27		333 <u>+</u> 22	52 <u>+</u> 4
190-2 00	279 <u>+</u> 18	470 <u>+</u> 27	I22 <u>+</u> 8	324 <u>+</u> 21	48 <u>+</u> 4
200-210	279±19	444 <u>+</u> 25	127 <u>+</u> 8	317 <u>+</u> 21	49 <u>+</u> 4
2I0 ~ 220	275±18	439 <u>+</u> 25	120 <u>+</u> 8	329±22	49 <u>+</u> 4
220–230	274 <u>+</u> 18	421 <u>+</u> 24	8	310 <u>+</u> 21	44 ± 4
230-240	283 <u>+</u> I9	379 <u>+</u> 22	121 <u>+</u> 8	298 <u>+</u> 20	46 <u>+</u> 4
240-250	244 <u>+</u> I6	381 <u>+</u> 22	III <u>+</u> 7	289 <u>+</u> I9	48 <u>+</u> 4
250-260	264 <u>+</u> 17	376±22	II8 <u>+</u> 8	28I <u>+</u> I9	47 <u>+</u> 4
260–270	244 <u>+</u> I6	371 <u>+</u> 21	II4 <u>+</u> 8	267 <u>+</u> 18	48 <u>+</u> 4
270–280	253 <u>+</u> 17	370 <u>+</u> 21	II9 <u>+</u> 8	261±17	47 <u>±</u> 4
280–290	240 <u>+</u> 16	359 <u>+</u> 2I	II3 <u>+</u> 7	256 <u>±</u> 17	46 <u>+</u> 4
290–300	245 <u>+</u> I6	335 <u>±</u> 19	I09 <u>+</u> 7	226 <u>±</u> I5	45 <u>+</u> 4
300-320	235±15	327 <u>±</u> 19	I05 <u>+</u> 7	222 <u>+</u> I4	46 <u>+</u> 4
320-340	233 <u>+</u> 15	32I <u>+</u> I8	I09 <u>+</u> 7	2II±I4	43 <u>+</u> 3
340-360	246 <u>+</u> I6	303±17	97 <u>+</u> 6	190±12	41 <u>+</u> 3
360–380	223 <u>+</u> 14	287 <u>+</u> 16	98 <u>+</u> 6	172±II	40 <u>+</u> 3
380-400	205+13	296 + 17	I00 <u>+</u> 6	I7I±II	42 <u>+</u> 3
400-420	_ 2I5 <u>+</u> I4	286 <u>+</u> I6	II0±7	164 <u>+</u> 10	4I <u>+</u> 3
420-440	205 _± I3	247 <u>+</u> I4	92 <u>+</u> 6	I4I <u>+</u> 9	39 ± 3
440-460	200 <u>+</u> I3	245 <u>±</u> 14	93 <u>+</u> 6	I46 <u>+</u> 9	38 <u>+</u> 3

Таблица З

Е _п , кэВ	б±∆	<i>Е_п,</i> кэВ	ɗ±∆	E _n ,кэВ	σ±Δ
5–6	3378 <u>+</u> 419	 56–60	600 <u>+</u> 33	 180–190	2I8 <u>+</u> I3
6-7	29I4 <u>+</u> 303	60-64	571 <u>+</u> 31	I90-200	2I2 <u>+</u> I3
7-8	2755 <u>+</u> 237	64–68	554 <u>+</u> 30	200-210	207 <u>+</u> I3
8-9	2292 +160	68-72	527 <u>+</u> 29	210-220	199 <u>+</u> 12
9-10	2052 <u>+</u> II9	72-76	495 <u>+</u> 27	220-230	202 <u>+</u> 12
I0-I2	1377 <u>+</u> 103	76-80	467 <u>+</u> 26	230-240	192 <u>+</u> 12
I2-I4	I663 <u>+</u> 9I	80-84	447 <u>+</u> 25	240-250	184 <u>+</u> II
I4-I6	I544 <u>+</u> 85	84-88	425 <u>+</u> 23	250-260	176 <u>+</u> 11
I6-20	I306 <u>+</u> 70	88-92	403 <u>+</u> 22	260-270	168 <u>+</u> 10
20-24	1138 <u>+</u> 60	92-96	383 <u>+</u> 2I	270-280	I73 <u>±</u> II
24–28	1030 <u>+</u> 55	96-I00	372 <u>+</u> 20	280–290	162 <u>+</u> 10
28-32	929 <u>+</u> 50	100-110	349±19	290-300	158 <u>+</u> 10
32-36	863 <u>+</u> 47	110-120	326 <u>+</u> 20	300-320	152 <u>+</u> 9
36-40	307±44	120-130	306 <u>+</u> I8	320-340	I4I <u>+</u> 8
40-44	741 <u>+</u> 41	130-140	277 <u>+</u> 17	340-360	I40 <u>±</u> 8
44-48	680 <u>+</u> 37	I40-I50	262 <u>+</u> 16	360-380	I26 <u>+</u> 8
48-52	630 <u>+</u> 35	150-160	253 <u>+</u> 15	380-400	I24 <u>+</u> 7
52-56	593 <u>+</u> 33	160-170	24I <u>+</u> I4		
		I70-I80	229 <u>+</u> I4		

Сечение радиационного захвата нейтронов для природной смеси и его погрешность, мо

В результате полная ошибка полученных экспериментальных данных составляла 5-6% для ¹⁶¹ Dy и природного диспрозия и 6-I3% для остальных изотопов.

В целях проверки точности и надежности измерений в процессе всего эксперимента проводили контрольные измерения сечения радиационного захвата ¹⁹⁷Аu, используемого также в качестве стандарта. Полученные экспериментальные данные для ¹⁹⁷Au во всем энергетическом интервале хорошо согласуются с нашими результатами из работы /7/ и оценкой ENDF/B-V /8/.

Результаты измерений сечений захвата для 160,162,164_{Dy}, ^{161,163}Dy и природной смеся, а также данные других авторов /9-17/ представлены на рис.1,2.

Для нечетных изотопов подученные данные хорошо согласуются с результатами работ Беера (97 и Маклина (9, 107 во всей области энергий, а для ¹⁶⁰ ру – в области энергий выше 50 кэВ. При меньших значениях энергий нейтронов данные Беера для ¹⁶⁰ ру (97 находятся ниже на 10-15%, а Маклина (97 – на 20-30%. Результаты работы /IL7 согласуются с настоящими данными по абсолютной величине в нечетных изотопах, но имеют более крутой ход, а для ¹⁶² ру, наоборот, совпадают по энергетической зависимости и находятся на 10-15% ниже.

Активационные результаты/I2, I37 для ¹⁶⁴ Dy в 3,5 раза больше наших значений, а величина G_{c} /I47 при $E_{p} = 25$ кэВ совпадает с нашим значением.

Экспериментальные результаты для природной смеси хорошо согласуются с результатами работ /15,16/ и на 20% находятся выше данных /17/. Следует отметить, что подученные нами экспериментальные данные для изотопов диспрозия и результаты измерения сечения их природной смеси, выполненные в независимом цикле измерений, хорошо согласуются между собой.



Список литературы

- I. Кононов В.Н. Ядерная физика. 1967. Т.5. С.129.
- 2. Kononov V.N., Poletaev E.D., Yurlov B.D. e.a. In: Neutron-capture gamma-ray spectroscopy and Related Topics, 7-11 September 1981 at ISN Grenoble. P.518.
- З. Боховко М.В., Казаков Л.Е., Кононов В.Н. и др. Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы. 1986. Вып.1. С.39.
- 4. Боховко М.В., Казаков Л.Е., Кононов В.Н. и др. Препринт ФЭИ-973. Обнинск, 1979.
- 5. Кононов В.Н., Полетаев Е.Д., Тимохов В.М. и др. Препринт ФЭИ-1589. Обнинск, 1984.
- 6. Кононов В.Н. Полетаев Е.Д., Боховко М.В. и др. В кн.: Нейтронная физика: Материалы 5-й Всесоюзной конференции по нейтронной физике, Киев, 15-19 сентября 1980 г. М.: ЦНИИатоминформ, 1980. **4.2.** C.280.
- 7. Казаков Д.Е., Кононов В.Н., Полетаев Е.Д. и др. Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы. 1985. Вып.2. С.44.
- 8. Nuclear Standards File 1980 Version: INDC-36/LM. Vienna: IAEA. 1981.
- 9. Beer H., Walter G., Macklin R.L., Patchett P.J. Phys. Rev. C. 1984. V.30. P.464. IO. Beer H., Walter G., Macklin R.L. The ¹⁶³Dy-¹⁶³Ho branching. An s-process barameter: EXFOR-12881.001.
- II. Кононов В.Н., Стависский Ю.Я., Колесов В.В. и др. Ядерная физика. 1966. Т.4. С.282.
- 12. Fawcett L.R., Furr A.K., Lindsay J.G. Nucl. Sci. and Engng. 1972. V.49. P.317.
- I3. Johnsrud A.E., Silbert M.G., Barskhall H.H. Phys.Rev. 1959. V.116. P.927. E11675.
- 14. Lakshamana Rao A., Rama Rao J. Phys.Rev. C.1972. V.6. P.572. E30234.
- 15. Block R.C., Slaughter G.G., Weston L.W., Vonderlage F.C. In: Proc. conf. on time of flight methods. Brussel. 1961. P.203.
- Iô. Macklin R.L., Gibbons J.H., Inada T. Phys.Rev. 1963. V.129. P.2695.
- I7. Gibbons J.H., Macklin R.L., Miller P.D., Neiler J.H. Ibid. 1961. V.122. P.182.

Статья поступила в редакцию 7 января 1988 г.

УШК 539.172.4

БАНК ЯДЕРНО-ФИЗИЧЕСКИХ ДАННЫХ ДЛЯ ОБОВЦЕННОГО КОМПАРАТОРНОГО МЕТОДА НЕИТРОННО-АКТИВАЦИОННОГО АНАЛИЗА

С. М. Насырова, А. Б. Пащенко, С. Г. Пушкин, В. М. Бычков, М. В. Скрипова, Г. И. Тимухин

> COMPUTERIED NUCLEAR DATA BANK FOR THE GENERALIZED COMPARATOR METHOD OF THE ACTIVATION ANALYSIS. A computerized nuclear data mathon of the ACTIVATION ARALYSIS. A computerized nuclear data bank was created to be used for the environment objects neut-ron activation analysis by the generalised comparator method. The recommended nuclear data values were accepted on the basis evaluations performed up to 1987 both in this and other count-ries. A unified computational format was choosen to represent the nuclear data in the computer readable form, the format having been elaborated and used for various applications in CJD.

Организация мониторинга аэрозольных загрязнений атмосферы предполагает анализ большого числа проб на широкий круг элементов и требует полной автоматизации и унификации всех стадий анализа. При нейтронно-активационном анализе (НАА) проб атмосферных аэрозолей промышленных городов, характеризующихся чрезвычайным разнообразием элементов и их количественных соотношений, относительный метод определения концентраций элементов становится малоэффективным как вследствие необходимости приготовления и облучения с каждой партией проб многоэлементных образцов сравнения, только

частично воспроизводящих состав проб, так и вследствие невозможности полной автоматизации обработки гамма-спектрометрической информации.

Разработанный и реализованный в Институте угля СО АН СССР универсальный компараторный (инвариантный) метод /1/ позволяет избавиться от наиболее трудоемкой стадии проведения анализа (приготовление многоэлементных ОС) и полностью автоматизировать стадию обработки гамма-спектрометрической информации с последующим вычислением концентраций элементов в атмосфере.

Определение масс элементов в пробах при использовании обобщенного компараторного метода НАА осуществляется по формуле /I,2,3/

$$m_{i} = A_{0i} \left(B_{0i} \psi_{i} \varepsilon_{i} \right)^{-1} \pi_{0}^{-1} .$$
 (I)

Здесь A_{oi} – экспериментальная активность радионуклида определяемого элемента, приведенная к начальному моменту измерения сразу же после облучения в течение бесконечно большого времени и вычисляемая по формуле $A_{oi} = A_i (S_i D_i C_i)^{-1}$, где $A_i = N_i/\mathcal{T}$ – средняя экспериментальная активность радионуклида, равная отношению числа зарегистрированных импульсов в пике N_i к времени измерения $\mathcal{T}; \ S_i = (1 - exp(-\lambda_i \theta))^2$ – фактор облучения, θ – время облучения, λ_i – постоянная распада радионуклида i; $D_i = exp(-\lambda_i t)$ – фактор распада, t – время остявания; $C_i = (1 - exp(-\lambda_i \mathcal{D})/(\lambda_i \mathcal{T})^{-1}$ – фактор, учитивающий распад радионуклида во время измерения. Комплексная ядерная константа B_{oi} для простейших ядерных реакций определяется выражением $B_{oi} = \eta_i \gamma_i \mathfrak{G}_i / M_i$, где η – $\eta_i A_i \mathcal{T} = 0$ сактивируемого изотопа в природной смеси изотопов; γ – высод β -квантов; σ – сечение активации изотопа тепловыми нейтронами; M – атомная масса элемента. Коэффициент $\psi_i = (1+q_i \varphi)$, где $q_i = I_i/G_i$, а $\varphi = f_g/f_{T^*}$, учитывает вклад эпитепловых нейтронов [плотность потока которых $F_g(E_H) = f_g E_H^{-(1-\alpha)}$ с $\alpha <<1$ обычно характеризуется независимой от энергии нейтронов константой f_g] в активность нужида i с резовансным интегралом $I_i(\alpha)$ при эффективной илотности потока тепловых нейтронов, равной f_T . Величина ε_i – относительная эффективность регистрирующей аппаратуры.Постоянный для всех радионуклида и абсолотной эффективность регистрирующей аппаратуры.Постоянный для всех радиону клидов коэффициент Π_0 (нормировочный инвариант) зависит лишь от плотности потока тепловых нейтроно нов и абсолотной эффективности счета. Его численное значение полатается равным среднему \bar{R} значению R_i , найденному для нескольких радионуклидов (например, 198 аи, 95 сх, 97 сх) с хорошо известными значения мадерных констант одного или нескольких элементов образца сравнения, которые одноверные используются для определения характеристик потока нейтрон

Для расчета масс элементов по формуле (I) с помощью программы CASINA /2/ необходимо предварительно измерить активность радионуклидов элементов образца сравнения, определить с их помощью величи́ны $\alpha, \varphi, \tilde{\Pi}$ и $\varepsilon(E)$. При этом для каждого нуклида нужно иметь данные о $\gamma, \gamma, \mathcal{G}, \mathcal{M}, I_0$ и E_{γ} .

Учет более сложных типов взаимопревращений нуклидов при НАА осуществляется в программе посредством выражений для вычисления A_{oi}, B_{oi}, Q_i, приведенных в работах /I, 4/. Инвариантный метод НАА позволяет определять массы элементов в пробах с погрешностями, не превышающими погрешности относительного метода.

Из сказанного видно, что самостоятельное значение приобретает задача информационного обеспечения компараторного метода ядерными константами изотопов, необходимых для идентификации радионуклидов по их *п*-пикам и последующего расчета концентраций элементов.

Чтобы полностью автоматизировать процесс вычисления концентраций элементов при НАА проб, необходимо организовать машинную библиотеку ядерно-физических констант, так как с точки зрения современного пользователя банков справочных данных информация считается существующей, если она в формате представлена на определенном носителе данных и допускает машинную обработку.

Для автоматизации решения задач каждого определенного класса создаются специализированные банки данных соответствующего профиля. Примерами организации банков ядерно-физических данных могут служить дозиметрический файл IRDF /5/, организованный для решения прикладных научно-технических задач внутриреакторной дозиметрии нейтронного излучения ядерных энергетических установок, и банк данных по сечениям образования гелия и водорода, образующихся при нейтронном облучении конструкционных материалов АЭС. Банк данных для обобщенного компараторного метода нейтронного активационного анализа объектов окружающей среды организован на ЭЕМ ЕС 1033 Центра ядерных данных ГКАЭ. Он включает в себя оцененные значения резонансных интегралов захвата и поглощения нейтронов, сечений захвата и поглощения нейтронов в тепловой точке, факторы Весткотта, а также средние резонансные энергии захвата нейтронов, выходы *р*-квантов и энергии излучения, распространенности изотопов в природных смесях.

Рекоменцованные значения ядерно-физических величин, вошедших в базу данных, получены на основе отечественных (ЦЯЦ) /6/ и зарубежных (МАГАТЭ) /7/ данных по состоянию на начало 1987 г.

Для представления данных в компьютеризованной форме выбран унифицированный формат (УФ), разработанный и использующийся в ЦЯЦ для автоматизации работы с различными классами данных с помощью прикладных программ.

<u>Структура и кодировка строки записи банка данных в унибицированном формате</u>. Для представления и идентификации информации в Уй используется принцип самоопределенной строки. Это означает следующее:

- каждая запись файла соответствует ровно одной строке таблицы данных;

- каждая строка, кроме самих данных, содержит всю физическую и библиографическую информацию, описывающую и классифицирующую их.

Данные в Уф представлены в унифицированной системе единиц измерения, совпадающей с системой, принятой в формате ENDF: энергия - в электронвольтах; сечения - в барнах; углы - в косинусах; температура - в градусах Кельвина; время - в секундах и т.д. Во всех случаях используется лабораторная система координат.

В настоящей (первой) версии банка данных содержатся ядерно-физические константы 96 элементов окружающей среды. Рекомендованные ядерно-физические константы банка данных приведены в виде табл.1,2, где указан также источник информации или автор выполненной оценки.

Таблица І

Имя	Позиция поля строки в байтах	Описание
Z	I–3	Заряц ядра-мишени в реакции
A	<u>4</u> -3	Массовое число ядра-мишени
MF	7-8	Класс ядерных данных
MT	9-II	Тип ядерной реакции
ĿВ	12	Код библиотеки (А-файл данных для активационного анализа)
ST	25	Код состояния остаточного ядра
YR	26-27	Год проведения эксперимента или оценки
NM	28-36	Имя автора (первого) экспериментальной работы или оценки с последу- ющим "+", если авторов несколько
Е	37-47	Значение энергии (при ME=17 и MT=53 - период полураспада нуклида)
\mathbf{DE}	48-58	Ошибка значения энергии
F	59–69	Значение функции (при MR=17 и MT=53 - энергия электромагнитного излучения)
DF	70-80	Ошибка значения функции (при MF=17 и MT=53 - выход ƒ-квантов данной энергии в процентах общего выхода ƒ-квантов на один акт захвата нейтронов)

Структура строки записи банка данных

Список литературы

I. Пушкин С.Г., Михайлов В.А., Гильберт Э.Н. Обобщенный компараторный метод определения масс элементов при нейтронно-активационном анализе. Новосибирск. 1983. С.32. - Деп. в ВИНИТИ ЗІ.08.83 № 4899-83 Деп.

Таблица 2

Коды ядерных реакций в УФ

Код УФ	Описание
MF=3 MF=17 MF=97	Сечение взаимодействия частиц с ядрами в зависимости от энергии налетающей частицы Ядерно-физические параметры, используемые в активационном методе Резонансный интеграл
MT=102 MT=103 MT=107 MT=5 MT=18 MT=51 MT=52 MT=53	Радиационный захват нейтронов Реакция (N,PG) Реакция (N,AG) Поглощение нейтронов Деление Э́ф́ективная резонансная энергия Распространенность изотопов в процентах Период полураспада радиоактивного ядра, энергия электромагнитного излучения, выход Г-квантов данной энергии в процентах общего выхода Г-квантов на один захват нейтрона
MT=54	Фактор Вескотта

- 2. Пушкин С.Г. Программа на ЭВМ для обработки данных нейтронно-активационного анализа элементного состава атмосферных аэрозолей: Информационный листок № 238-83. Кемерово: ЦНТИ. 1983. С.4.,
- З. Пушкин С.Г., Михайлов В.А., Гильберт Э.Н. ЖАХ. 1984. Т.39. С.743.
- 4. Moens L. De Corte F., Wispelaere A. e.a. J.Rational. Nucl. Chem. 1984. V.82. P.385.
- 5. Cullen D.E., Kocherov N., Mclaughlin P.K. The international reactor dosimetry file (IRDF-82). Rep. IAEA-NDS-41. IAEA, 1982.
- 6. Беланова Т.С. и др. Радиационный захват нейтронов. М.: Энергоатомиздат, 1986.
- 7. Handbook on Nuclear Activation Data, Technical. Report Series No.273. IAEA: Vienna, 1987.

Статья поступила в редакцию 28 июня 1988 г.

УДК 539.173

О ВЛИЯНИИ ЭНЕРІЕТИЧЕСКОЙ ЗАВИСИМОСТИ $\vec{\nu}(E)$ ПРИ Е МЕНЕЕ І эВ НА ГРУППОВЫЕ КОНСТАНТЫ ²³⁹Ри В НИЖНИХ ГРУППАХ

А.Г.Гусейнов, М.А.Гусейнов, Н.С.Работнов

ON THE EFFECT OF $\overline{\nu}(E)$ ENERGY DEPENDENCE AT E <1 eV ON THE GROUP CONSTANTS OF Pu-239 IN THE LOWEST GROUPS. The effect is estimated of the energy dependence of the average number of fission prompt neutrons on energy for Pu-239 on the group cross-sections functionals in ENAB-26 system. This effect is shown to result in a significant dependence of $\overline{\nu}(E)$ averaged over maxwellian neutron spectrum on the neutron gas temperature T. $\overline{\nu}(E)$ decreases by approximately 1% when T increases from 300K to 2000K. Taking this dependence into account may improve the predictability of the characteristics of the pluthonium-fueled systems.

Результаты измерений среднего числа мгновенных неитронов деления $\bar{\nu}(E_n)$ в реакции ²³⁹ Pu(n,f) при энергиях $E_n \leq I$ эВ указывают на существование заметной энергетической зависимости $\bar{\nu}(E_n)$ в этой области $\langle \bar{I}-4 \rangle$. В работе $\langle \bar{5} \rangle$ были выполнены прецизионные измерения средней кинетической энергии осколков деления в той же реакции для той же области энергий. Сопоставление этих результатов и систематизированных данных (1-47) с использованием энергетического баланса приводит авторов (57) к выводу, что физической причиной вариаций $\vec{\nu}(E_n)$ и $\vec{E}_k(E_n)$ является различие порядка 2% в величинах $\vec{\nu}$ для состояний компаунд-ядра 0⁺ и 1⁺, соответствующих ближайшему к энергии связи "отрицательному" уровню ²⁴⁰ Ри (0⁺) и первому резонансу с энергией $E_n^0 = 0,299$ эВ (1⁺). На рисунке воспроизведена система тика из работы (57), причем для точек, взятых из разных работ, использованы одинаковые обозначения. Детальные ссылки можно найти в работе (57). В настоящем сообщении оценивается для нижних энергетических групп влияние указанного эффекта на усредненные значения $\vec{\nu}$, используемые в 26-групповой системе констант (67), в частности на зависимость их от температуры нейтронного спектра и сечения разбавления при учете резонансной самоэкранировки. (В дальнейшем для краткости вместо E_n будем использовать обозначение E.)



Зависимость среднего числа мгновенных нейтронов деления для 239 рь при энергии нейтронов, вызывающих делёние энергии менее I э8: • - экспериментальные данные, систематизированные в работе /I/; • - результаты усреднения по максвелловскому спектру (4); • - пересчет в $\nu(E_n)$ зависимости от E_n средней кинетической энергии осколков, измеренной в работе /I/. Сцлошные кривые - расчет зависимости $\nu(E_n)$ в предположении, что эти значения различаются для резонансов 0⁺ и I⁺ на 0,059; жирная кривая взята из работы /I/, тонкая рассчитана нами в двухрезонансном приближении, параметры которого приведены в табл.I

Экспериментальные точки на рисунке соответствуют средним значениям числа мгновенных нейтронов на акт деления при фиксированной энергии падающих нейтронов. В предположении, что значения $\vec{\nu}(E)$ различаются для двух спиновых подсистем, но сами от энергии не зависят, зависимость $\vec{\nu}(E)$ дается выражением

$$\overline{\nu}(E) = \left[\mathcal{O}_{f}^{1}(E) \,\overline{\nu}^{1} + \mathcal{O}_{f}^{0}(E) \,\overline{\nu}^{0} \right] \Big/ \left[\mathcal{O}_{f}^{1}(E) + \mathcal{O}_{f}^{0}(E) \right], \tag{I}$$

где $\vec{\nu}^0$ и $\vec{\nu}^1$ - постоянные значения $\vec{\nu}$ для резонансов 0⁺ и I⁺, а $\vec{c}_f^i(E)$ - вклады соответствующих резонансов в сечение деления.

Сплошной жирной кривой на рисунке изображена расчетная зависимость (I) из работи /5/. Такая кривая рассчитана нами в двухрезонансном приближении, т.е. в предположении, что вклад в полное сечение и сечение деления дают только два упомянутых резонанса (фактически этот вклад составляет в рассматриваемой области около 90%). Эти две кривые весьма близки. При расчете использовались резонансные параметры для ²³⁹ Ри из работы /7/. Сечения, измеренные в барнах, при этом имеют вид (в пренебрежении эффектом Допплера)

$$\mathcal{O}_{t}(E) = 0,6537/\sqrt{E'} \sum_{\mathcal{I}=0,1} \frac{G_{\mathcal{I}}^{t} + H_{\mathcal{I}}^{t} \left[(E - E_{\mathcal{I}}^{0})/\gamma_{\mathcal{I}} \right]}{\gamma_{\mathcal{I}} \left\{ 1 + \left[(E - E_{\mathcal{I}}^{0})/\gamma_{\mathcal{I}} \right]^{2} \right\}} + \mathcal{O}_{\text{pot}} ; \qquad (2)$$

$$\mathcal{G}_{f}(E) = 0,6537/\sqrt{E} \sum_{\mathcal{I}=0,1} \frac{G_{\mathcal{I}}^{f} + H_{\mathcal{I}}^{f} \left[(E - E_{\mathcal{I}}^{0}) / \mathcal{F}_{\mathcal{I}} \right]}{\mathcal{F}_{\mathcal{I}} \left\{ 1 + \left[(E - E_{\mathcal{I}}^{0}) / \mathcal{F}_{\mathcal{I}} \right]^{2} \right\}}$$
(3)

Численные значения параметров приведены в табл.1, при этом \mathfrak{G}_{pot} = 10,2 б.

Таблица I

Значения параметров резонансной структуры сечений ²³⁹ри при Е менее I эВ [7] для получения сечения (2)-(3), б

<i>E</i> ⁰ ₃ , ∋B	J	$G_{\mathcal{I}}^{f}$	нf	G_{j}^{t}	$H_{\mathcal{T}}^{t}$	ГJ
-0,260	0	0	3I,92	0	45,2I	0,100
0,299	I	129,08	3,32	220,78	3,07	0,047I

Для коэффициентов $\bar{\nu}^3$ в выражении (I) были использованы значения $\bar{\nu}^0 = 2,836$ и $\bar{\nu}^1 = 2,827$, полученные при нормировке на величину $\bar{\nu} = 2,362$ для тепловых нейтронов (соответствующую кривой из работы (57) и при использовании $\Delta \nu = \bar{\nu}^0 - \bar{\nu}^1 = 0,059$ из той же работы (57).

Сначала оценим простейший эффект - зависимость значения $\overline{\nu}$, усредненного по максвелловскому спектру нейтронов, от температуры этого спектра, т.е.

$$\langle \vec{\nu} \rangle (T) = \frac{\int_{0}^{\infty} dE \phi(E,T) \left[\vec{\nu}^{0} \sigma_{f}^{0}(E) + \vec{\nu}^{1} \sigma_{f}^{1}(E) \right]}{\int_{0}^{\infty} dE \phi(E,T) \left[\sigma_{f}^{0}(E) + \sigma_{f}^{1}(E) \right]} , \qquad (4)$$

где $\phi(E,T) = 2\sqrt{E} \exp(-E/kT)/\sqrt{\pi(kT)^3}$.

Полученные значения для T = 300-10000 также нанесены на рисунке(крупные точки), причем температура T выражена в электронвольтах. Зависимость $\langle \vec{\nu} \rangle (T)$ не повторяет $\vec{\nu}(E)$, но максимальная величина эффекта (уменьшения $\langle \vec{\nu} \rangle$) также достигает около 1%.

Были также рассчитаны различные функционалы сечений для 25-й и 24-й групп 26-групповой системы констант, чтобы проиллюстрировать влияние энергетической зависимости $\vec{\nu}(E)$ на средние величи́ны $\langle \vec{\nu} \rangle$ (T), получаемые с учетом резонансной самоэкранировки сечений. Вычислялись следующие групповые средние: $\langle 1/(\vec{o}_t + \vec{o}_0) \rangle_{AE}$; $\langle \vec{o}_f/(\vec{o}_t + \vec{o}_0) \rangle_{AE}$; $\langle \mathcal{V}\vec{o}_f/(\vec{o}_t + \vec{o}_0) \rangle$, где ΔE – энергетический интервал усреднения; \vec{o}_0 – сечение разбавления, для $\Delta E_{25} = 0.215-0.465$ эВ и $\Delta E_{24}=0.465-1$ эВ соответственно $\vec{o}_0 = 0$ и $\vec{o}_0 = 100$ б. Скобки $\langle \rangle$ по-прежнему означают усреднение по максвелловскому спектру, а сокращенное обозначение $\mathcal{V}\vec{o}_f$ заменяет ($\vec{\nu}^0 \vec{o}_f^0 + \vec{\nu}^1 \vec{o}_f^1$). Символом $\langle I \rangle$ обозначается нормировка – интеграл от спектра по интервалу ΔE . Результаты сведены в табл.2, там же приведены и некоторые отношения этих функционалов, в том числе итоговая величина – "блокированное" значение $\vec{\nu}$:

$$\langle \bar{\nu} \rangle (T, \mathcal{G}_0) = \langle \nu \mathcal{G}_f / (\mathcal{G}_t + \mathcal{G}_0) \rangle / \langle \mathcal{G}_f / (\mathcal{G}_t + \mathcal{G}_0) \rangle .$$
⁽⁵⁾

Видно, что $\langle \overline{\nu} \rangle$ -блок для 25-й группы практически не зависит от температуры нейтронного спектра, а для 24-й группы зависит слабо и в отличие от неблокированного значения, усредненного по полному спектру, увеличивается с ростом T. Однако оба эти значения, например при kT= 0,0253 эВ, существенно меньше, чем "тепловое" $\bar{\nu}$ для монознергетических нейтронов с E = 0,0253 эВ.

С учетом использованных приближений оценки, проведенные в настоящей работе, являются достаточно грубыми, однако они дают основания полагать, что учет эффекта зависимости $\tilde{\mathcal{V}}(E)$ более точными методами позволит повысить надежность предсказания характеристик тепловых систем с плутониевым топливом.

Таблица 2

· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·	Функционалы								
Т, К (эВ)	$\left< 1/(\mathbf{G}_t + \mathbf{G}_0) \right>$	$\left\langle \vec{o}_{f} / (\vec{o}_{t} + \vec{o}_{0}) \right\rangle$	$\left< \nu \mathcal{G}_{f} / \mathcal{G}_{t} + \mathcal{G}_{0} \right>$	$\left< \frac{\nu \widetilde{o}_{f}}{\widetilde{o}_{t} + \widetilde{o}_{0}} \right> \left< \left< \frac{1}{\widetilde{o}_{t} + \widetilde{o}_{0}} \right>$	$\left< \frac{\nu \tilde{c_f}}{\tilde{c_t} + \tilde{c_0}} \right> \left< \left< \frac{\tilde{c_f}}{\tilde{c_t} + \tilde{c_0}} \right>$				
	Для 24-	। -й группы ∆Е	= (0,465-I,0)	эВ, б _о = 0 б					
300(0,0253)	2,95İ(-3) 3 448(-3)	5,832(-I)	I,656 I,654	561,3	2,340				
1000(0,04217)	4,790(-3)	5,790(-I)	I,646	343,7	2,844				
2000(0,16867) 3000(0,2530)	6,902(-3) 8,059(-3)	5,720(-I) 5,679(-I)	I,628 I,617	235,9 200,7	2,846 2,848				
5000(0,4217) 10000(0,3433)	9,I42(-3) I,00I(-2)	5,339(-I) 5,303(-I)	I,607 I,598	175,8 159,6	2,850 2,851				
			<u>+</u>		<u>, , , , , , , , , , , , , , , , , , , </u>				
	Дл	я 24-й группы	් රි ₀ = IOO ර						
300(0,0253) 500(0,04277)	2,258(-3) 2,509(-3)	4,515(-I)	I,282	567,9 493 9	2,840				
1000(0,03433)	3,038(-3)	4,0II(-I)	I,I43	372,3	2,843				
2000(0,I3367) 2000(0,2530)	3,738(-3) 4,133(-3)	3,573(−I) 3,353(−I)	1,0I7 9,543(-1)	268,7 230,9	2,845 2,847				
5000(0,4217) 10000(0,8433)	4,445(-3) 4,684(-3)	3,I56(-I) 3,004(-I)	8,989(-I) 8,559(-I)	202,3 182,7	2,848 2,849				
300(0, 0253)	4 307(-4)	5 895(- T)	T 369		TCC C				
500(0,042I7)	3,978(-4)	5,885(-I)	I,665	4183	2,830				
- 1000(0,08433) - 2000(0, 73837)	3,733(-3) ∠ 445(-3)	5,873(-I) 5,853(-T)	I,632 I.330	244,8 372 9	2,830 2,331				
3000(0,2530)	I,353(-3)	5,363(-I)	I,330	8940	2,831				
5000(0,4217) 10000(0,8433)	I,549(-3) I,389(-3)	5,36I(-I) 5,360(-I)	I,659 I,360	1071 1194	2,83I 2,83I				
				······································	·				

Зависимость от температуры максвелловского спектра Т функционалов сечений, усредненных по групповым интервалам 24-й и 25-й групп

Для 25-2 группы $\Delta E =$ (0,215-0,465) вВ, $\mathbf{o}_0 =$ 100 б

300(0,0253)	4,114(-4)	5,652(-I)	I,600	3889	2,831	
500(0,042I2)	3,795(-4)	5,36I(- I)	I,602	4222	2,830	
1000(0,03433)	4,272(-4)	5,62I(-I)	I,590	3724	2,830	
2000(0,13837)	5,230(-4)	5,539(-I)	I,573	3008	2,830	
3000(0 ,2530)	5,69I(- 4)	5,530(-I)	I,565	2750	2,830	
5000(0,42I7)	8,07(-4)	5,504(-I)	I,558	255I	2,83I	
10000 (0, 8433)	6,442(-4)	5,483(-I)	I,552	2409	2,831	

Список литературы

- I. Baldeman J.W. Proc. Intern. Specialists Symp. on Neutron Standarts and Applications. Gaitersburg: NBS SP 493. 1977. P.182.
- 2. Weinstein, Reed R. Block R.C. Proc. 2nd IAEA Symp. on Physics and Chem. of Fission. Vienna. 1969. P.447.
- 3. Hockenbury R.W., Reed R.L., Block R.C. Proc. 3rd IAEA Symp. on Physics and Chemistry of Fission. Rochester. 1973. V.2. P.502.
- 4. Gwin R.L., Spencer R.R., Ingle R.W. Nucl. Phys. Sci. and Engng. 1984. V.87. P.381.
- 5. Walsh R.L., Baldeman J.W. Nucl. Phys. 1986. V.A451. P.113.
- 6. Абагян Л.П. и др. Групповые константы для расчета реакторов и защиты. М.: Энергоиздат, 1981.
- 7. Колесов В.В., Лукьянов А.А. Препринт ФЭИ-1404-2. Обнинск, 1983.

Статья поступила в редакцию 25 января 1988 г.

КОНСТАНТЫ И ПАРАМЕТРЫ СТРУКТУРЫ ЯДРА И ЯДЕРНЫХ РЕАКЦИЙ

УПК 539.14

к вопросу об идентификации высокоспиновых состояний в ядре 2350

В. Е. Макаренко, Ф. Е. Чукреев

ON THE IDENTIFICATION OF HIGH SPIN STATES IN 235 U. The results of the study on high spin 235 U states are analized. A new way of assignment of π -quanta observed is proposed. Such a placement deals with low spin part of the level scheme only without introduction and high spin level.

Изучение высокоспиновых состояний тяжелых атомных ядер является источником сведений о свойствах ядерной материи при больших энергиях возбуждения. Подобные состояния, в частности, могут быть реализованы в ходе многократного кулоновского возбуждения ядра-мишени в реакциях с участием тяжелых ионов. В этих опытах измеряются энергии *п*-квантов, излучаемых при разрядке возбужденного состояния, а обработка результатов сводится к построению системы уровней, согласующейся с наблюдавнимися переходами.

Теория /1/ предсказывает экспоненциальный рост плотности уровней в функции энергии, вносимой в систему нуклонов. Зависимость числа разряжающих *п*-переходов от энергии состояния, как пранило, еще более сильная. Во всяком случае, в связи с развитием техники ускорения тяжелых ионов и широким использованием в экспериментах механизма кулоновского возбуждения поток *г*-спектроскопической информации резко возрастает.

В этих условиях на первый план выдвигаются вопросы однозначности интерпретации экспериментальных результатов, т.е. обоснованность размещения у-квантов в предполагаемой схеме уровней исследуемого ядра.

2I

Авторы хотели бы сообщить результаты анализа тех экспериментальных данных /2/, в которых, в частности, ротационная полоса, построенная на основном состоянии ядра 235 U была изучена вплоть до уровня $\mathcal{I}^{\mathcal{R}} = 57/2^{-}$.

Экспериментальные результаты. На рис. I представлена система уровней и *п*-переходов основной ротационной полосы ²³⁵U, предложенная авторами работы /2/. Доказательства существования высокоспиновых состояний основываются на следующих особенностях выполненного эксперимента:

- использование механизма последовательного кулоновского возбуждения;

- применение фильтра множественности событий (M > 3) и фильтра большого энерговыделения;

- использование совпадений частица - *у*-квант;

- отбор событий, соответствующих малым значениям параметра удара.



Рис. I. Схема распада основной ротационной полосы ²³⁵U (по данным работы /2/)

Кроме того, измерялись спектры *у*-квантов при различных значениях угла рассеяния сталкивающихся частиц (в опыте работы /2/ мишень ²³⁵ и бомбардировалась ионами ²⁰⁸ рь с энергией около 5 МэВ/нуклон).

Совместное применение упомянутых критериев образует систему убедительных аргументов в поддержку интерпретации работы /2/. Однако отсутствие сведений о(*p*-*p*)-совпадениях, по нашему мнению, снижает надежность предлагаемой схемы уровней (см.рис.I). Если существует иной вариант размещения *p*-переходов /2/ в системе уровней ²³⁵U, то под сомнением оказывается сам фак: идентификации целого ряда высокоспиновых состояний. <u>Пва варианта размещения</u>. В рамках проводимого нами анализа существующей схемы уровней ²³⁵ и /3/ изучалась однозначность расположения каскадов *m*-квантов, зарегистрированных в работе /2/. Рассматривалась возможность воспроизведения экспериментальных данных работы /2/ в результате разрядки состояний, обладающих существенно меньшим значением углового момента и известных до выполнения указанной работы. Установлено, что размещение *m*-переходов /2/ в известной схеме уровней ²³⁵ и /3/ может быть осуществлено сравнительно легко. Однако наложение упоминавшихся выше условий резко сужает круг возможных вариантов, придавая решению задачи большую однозначность.

На рис.2,а-г представлены 14 у-переходов, снабженных разряжающим каскадом из трех у-квантов. Указаны значения углового момента состояний и их энергии в килоэлектронвольтах. Энергии упереходов, отмеченных жирной стрелкой, взяты из работы /2/, где предполагается, что они связывают высокоссиновые состояния $J^{SI} = 57/2^{-} \cdots 27/2^{-} (см. рис.1)$.

На рис.2 представлен наш альтернативный (2/ вариант размещения у-переходов, который имеет следующие особенности:

- для расположения 7-переходов и разряжающих каскадов использованы уровни, обнаруженные при изучении реакции ²³⁴u(n, n), а также несколько уровней, установленных при исследовании процессов «-распада ²³⁹Pu и кулоновского возбуждения ²³⁵U и реакции (d,d^{*}). Информация, имеющая отношение к этому вопросу, содержится в оценке работы (3/;

- критерии множественности *у*-квантов [2], образущих каскад, и большого энерговыделения оказываются выполненными;

- энергии *у*-квантов, образующих разряжающий каскад, таковы, что эти события не могли быть обнаружены в опыте [2], где регистрировались у-кванты с энергией 300-540 кэВ;

- предлагаемый вариант размещения затрагивает состояния низкоспиновой части схемы уровней ²³⁵U.



Рис. 2. Варианты (а-г) размещения л-переходов [2] в низкоспиновой части схемы уровней ²³⁵U: ж - реакции ²³⁴U(n, л); ▲ - α(-распада ²³⁹Pu; ■ - реакции (d,d'); ● - кулоновского возбуждения



Рис.2. Продолжение



Рис. 2. Окончание

Результаты проведенного авторами анализа указывают на неоднозначность размещения некоторых у-переходов в схеме уровней ²³⁵ U. Этот факт не только отражает сложность схемы (более IOO известных уровней и более 300 связывающих их переходов), но и призывает к тщательному учету возможностей размещения не за счет введения новых состояний системы. Как показывает опыт /4/ работь со схемами уровней нуклидов промежуточной и тяжелой массы, экспериментальные результаты часто удается объяснить, не выходя за рамки известной схемы уровней. В данном случае неоднозначность возникла в результате неполноты экспериментальных данных /2/. Более конкретно необходимы измерения времен жизни состояний, идентифицированных в работе /2/ как члены основной вращательной полосы, а также сведения о (p-p)-совнадениях (наличие каскада).

В настоящей работе подобная ситуация продемонстрирована на примере схемы уровней 235 U.

Список литературы

I. Малышев А.В. Плотность уровней и структура атомных ядер. М.: Атомиздат, 1969.

- 2. Kulesse R., DeVito R.P., Emling H. e.e. Z.Phys.A. 1983. Bd 312. S.135-141.
- 3. Schmorak M.R. Nucl. Data Sheets. 1983. V.40. P.1-147.
- 4. Чукреев Ф.Е., Шуршиков Е.Н., Вуколов В.А. В кн.: Современные проблемы информатики, вычислительной техники и автоматизации. М.: ВИНИТИ. 1988. С.44.

Статья поступила в редакцию 30 мая 1988 г.

УДК 539.14-539.17

ГАММА-ИЗЛУЧЕНИЕ ИЗ РЕАКЦИИ ¹⁰⁶cd(n,n')) С.А. Берендаков, Л. И. Говор, А.М. Демидов, И. В. Михайлов

> **p-RAYS FROM THE** 106 Cd(n,n'r)-REACTION. Using the reactor fast neutron beam, the *p*-spectrum, angular distribution and linear polarization of *p*-quanta from the 106 Cd(n,n'r)-reaction have been measured. A scheme of 106 Cd levels and *p*-transitions has been constracted, the $\mathcal{J}^{\mathcal{R}}$ oharacteristics of the levels and multipole mixtures of for *p*-transitions between the levels with the known $\mathcal{J}^{\mathcal{R}}$ have been determined.

Ранее изотоп ¹⁰⁶са изучался в реакциях с тяжелыми ионами и в *β⁺/єс*-распаде ¹⁰⁶,106^mIn. Полученные данные приведены в работах /І-3/. В настоящей работе измерены *г*-спектр, угловые распределения и линейная поляризация *г*-квантов в реакции ¹⁰⁶са(n,n'*r*) на пучке быстрых нейтронов реактора ИР-8 ИАЭ им.И.В.Курчатова. Образец металлического кадмия массой 20 г имел обогащение 77,3% по ¹⁰⁶са. Содержание других изотопов ¹⁰⁸,110-114,116</sup>са в образце было соответственно 0,6; 3,9; 3,3; 5,6; 2,6; 5,7 и I,0%. Несмотря на заметное содержание других изотопов кадмия надежно выделено I70 *г*-линий, принадлежащих ¹⁰⁶са, и I8 *г*-линий ¹⁰⁷са из реакции (*n*,*r*) на резонансных нейтронах. Выделение *г*-линий ¹⁰⁶са в спектре было облегчено тем, что в реакции (*n*,*r*) нами измерены *г*-спектры всех стабильных изотопов кадмия. Идентификация *г*-линий к реакции (*n*,*r*) проводилась с использованием схемы *г*-переходов ¹⁰⁷са, приведенной в обзоре /4/. Гамма-излучение из реакции ¹⁰⁶са(**n**,*r*) ранее не исследовалось. Методика эксперимента и обработки результатов описаны в работе /5/.

Результаты измерений

В табл. I приведены энергии и относительные интенсивности *п*-линий, принадлежащих ¹⁰⁶ сд. Значения a₂ и a₄ в представлении угловых распределений *п*-квантов относительно нейтронного пучка полиномами Лежандра при a₀ = I даны в табл.2. Там же даны найденные параметры смеси мультиполей δ . Для нахождения величин δ экспериментальные данные о a₂ и a₄ сравнивались с теоретическими, рассчитанными по статистической теории реакции (n,n'*r*) с нормировкой на чистые E2-переходы.

В табл.З представлены экспериментальные значения а₂ и а₄ для у-переходов, не размещенных в схеме ¹⁰⁶са, и для у-переходов, принадлежащих ¹⁰⁷са. Анизотропия угловых распределений у-квантов из реакции (**n**. r) вызвана р-захватом нейтронов.

тов из реакции (ñ, ŋ) вызвана р-захватом нейтронов. Величи́ны линейной поляризации р-квантов Р^{эксп} и Р^{ожс}приведены в табл.4. Здесь Р^{ожс}-поляризация, рассчитанная по параметрам а₂, а₄ и б. В последней колонке этой таблицы даны заключения о $J_i^{\mathcal{R}}$ и ветви б-эллипса в координатах а₂ и а₄ (a₄ ≈ 0 или |a₄| > 0), на которой должно находиться искомое б. В табл.2 значения б и $J_i^{\mathcal{R}}$ приведены уже с учетом этих заключений; в ней указаны относительные заселяемости уровней в реакции (n,n'f) - $P_{\rm S}$ - на быстрых нейтронах реактора.

На основе полученных экспериментальных результатов рассмотрена схема уровней и $\mathcal{J}^{-\text{переходов}}_{106_{Cd}}$ (см. табл.2). В табл.5 приводятся аргументы за исключение $J_i^{\mathcal{R}}$ для начального состояния в $J^{-\text{переходов}}_{1}$ переходе ($J_f^{\mathcal{R}}$ для конечного состояния, как правило, известно): I – $a_2^{3\text{КСП}}$ находится вне границ δ^{-} эллипса для указанного $J^{-\text{перехода}}_{1}$ в предположении данного $J_i^{\mathcal{R}}$; 2 – $a_2^{3\text{КСП}}$ не совпадает с теоретическим для Е2-перехода, если предположить указанное $J_i^{\mathcal{R}}$; 3 – $a_2^{3\text{КСП}}$ имеет противоположный знак по сравнению с рассчитанным при данном $J_i^{\mathcal{R}}$ или резко отличается от ожидаемого; 4 – при указанном $J_i^{\mathcal{R}}_{1}$ рассматриваемый переход будет типа ЕI, но для него оказывается $|\delta| > 0,2$; 5 – $P_j^{3\text{КСП}}$ не соответствует $P_j^{00\text{KCR}}$ в предположении данного $J_i^{\mathcal{R}}_{1}$ при найденных $a_2^{3\text{КСП}}_{2}$, $a_4^{3\text{КСП}}_{4}$ и δ . При выборе $J_i^{\mathcal{R}}_{1}$ при нималось во внимание также, что переходы M2, ЕЗ и Е4 не могут конкурировать в рассматриваемом ядре с переходами ЕI, MI и Е2.

Энергии и относительные интенсивности *f*-линий ¹⁰⁶са

Таблица I

	· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·				
Er, K9B	Д, отн.ед.	E _i , ĸэB	$E_{r}, \kappa \partial B$	I,, отн. ед.	Е _і , кэВ
92,80 (8)	0,74 (10)	(n, γ)	1620, 49 (3)	4,6 (6)	2253
204,99 (2)	1,55 (16)	(1,8)	1624,99 (14)	0,042 (8)	3119
225,96 (2)	0,90 (9)	2331	1649,30 (16)	0,16 (3)	-
320,90 (2)	1,60 (17)	(n, γ)	1667.0 (2)	0,077 (12)	-
365,24 (2)	2,5 (3)	(ri, gi) + (ri, gi)	1672,62 (8)	0,27 (4)	-
388,20 (14)	0,21 (3) 0,13 (2)	2105	1682,4 (3)	0,060 (11) 0.045 (12)	7404
427,35 (9)	0,30 (4)	2144	1703.98 (7)	0.28 (4)	3400
457,56 (9)	0,22 (3)	(n, γ)	1714,85 (5)	1,9 (3)	2348
495,5 (2)	0,062 (11)		1716,57 (4)	5,1 (7)	1717
505,36 (3)	0,61 (7)	(n,γ)	1737,94 (3)	0,97 (13)	2371
574,45 (7)	0,14 (2)	(n, g)	1745,82 (3)	2,7 (4)	2378
536,00 (7)	0,19 (2)	2027	1902.49 (14)	0,104(17) 0.14(2)	_
540,37 (11)	0,15 (2)	(n, *)	1835, 39 (7)	0,30 (5)	3329
553,76 (8)	0,24 (3)	+(n, 3)	1840,2 (2)	0,083 (13)	_
604,10 (9)	0,10 (2)	(<i>n</i> , g ')	1845,9 (5)	0,054 (10)	
610,81 (2)	2,9 (4)	2105	1853,30 (4)	0,79 (11)	2486
632,66 (2) 640,58 (8)	0.19 (3)	ດປປ (ກ.ແ)າ	1860,5 (4)	0,043 (9)	-
702,49 (3)	0,58 (8)	(7.7.)	1879.07 (19)	0,18 (3)	_
738,6 (2)	0,061 (10)	(1,7)	1896,0 (2)	0,14 (2)	_
758,73 (7)	0,25 (3)	2	1916,4 (3)	0,090 (15)	_
766,52 (15)	0,100 (15)		1928,69 (5)	0,40 (6)	2561
808,65 (4)	0,18 (2)	(ri, j')?	1933,66 (3)	1,22 (16)	2566
821.83 (4)	0.19 (23)	2305	1952,97 (11) 1954 55 (12)	0,20 (3)	
836,73 (4)	0,49 (7)	2331	1963.5 (12)	0,072(12) 0,072(7)	=
840,20 (6)	0,13 (2)	(1,8)	1997,39 (4)	0,81 (11)	2630
861,18 (2)	18,4 (25)	1494	2005,75 (16)	0,117 (17)	-
905,61 (8)	0,12 (2)	$(n, 2^{c})$	2023,6 (7)	0,082 (15)	-
906,46 (8)	0, 17 (3)		2062,4 (2)	0,112 (17)	
918,66 (14)	0,23 (3) 0,084 (13)	-	2070,2 (3)	0,037 (9)	2710
921,43 (11)	0,21 (3)	(17,8)?	2085,18 (3)	0.66 (9)	2721
974,54 (3)	0,93 (13)	2468	2141,0 (3)	0,13 (2)	
980,81 (15)	0,094 (15)	3328	2146,8 (3)	0,114 (18)	-
992,55 (6)	0,35 (5)	~	2165,5 (5)	0,012 (6)	-
1009.38 (4)	1, 10 (13) 0, 55 (7)	<u>∡472</u> 2503	2170,6 (7)	0,020 (7)	-
1057,41 (6)	0,20 (3)	$(n, 2^{*})$?	2184, 7 (3) 2200, 0 (2)	0,083 (12)	38/7
1067,2 (3)	0,027 (8)		2250,1 (3)	0,066 (11)	_
1083,94 (2)	5,2 (7)	1717	2256,90 (4)	0,76 (10)	2890
1108,3 (2)	0,077 (12)		2284,6 (3)	0,094 (15)	2918
1111,07 (17)	0,094 (15) 0,19 (2)	7470	2293,5 (4)	0,058 (11)	
1140,6 (2)	0,064 (12)	3245	2303,48 (0)	0,55 (7)	2730
1162,49 (2)	2,6 (4)	1795	2340,64 (8)	0,36 (5)	2973
1213,25 (12)	0,028 (14)	-	2364,9 (9)	0,030 (7)	-
1217,05 (5)	0,48 (7)	2933	2379,2 (3)	0,083 (13)	
1223,3 (3)	0.032 (8)	-	2388,05 (6)	0,45 (6)	3021
1235,49 (11)	0,24 (3)	-	2407,0 (4)	0.74 (3)	3060
1243,99 (11)	0,15 (2)	-	2429,87 (6)	0,23 (3)	
1258,8 (2)	0,035 (9)	~	2440,13 (10)	0,25 (4)	3073
1262,0 (2)	0,033 (9)		2460,3 (2)	0,112 (17)	3093
1268,20 (13)	0, 12 (2) 0, 45 (4)	(//, (/) ?	2487,0 (2)	0,111(17)	3120
1370,6 (3)	0,043 (10)	-	2473/80 (10)	0,20 (3) 0,12 (3)	_
1377,0 (2)	0,15 (2)	3093	2581,8 (4)	0,035 (8)	
1391,51 (17)	0,016 (7)	-	2602,6 (4)	0,046 (9)	3235
1402, 19 (5)	0,38 (5)	3119	2630,2 (2)	0,108 (16)	2630
1426,47 (4)	0,48 (7)	2920	2668,9 (2)	0,097 (15)	
1442.58 (8)	0,27 (4)	-	2687,77 (7) 2685,39 (14)	0.14 (2)	3323
1472,04 (3)	1,81 (24)	2105	2734, 7 (4)	0,054 (10)	
1497,7 (2)	0,082 (14)	~	2784,5 (6)	0,029 (8)	-
1511,41 (4)	0,72 (10)	2144	2794,2 (2)	0,108 (17)	3427
1518,62 (9)	0,24 (3)	3235	2824,54 (5)	0,66 (9)	2825
1524,91 (4)	0.60 (8)	3019	2851,9 (6)	0,047 (10)	3486
1565,69 (15)	0,12 (2)	3060	2802,0 (/) 2889,45 (18)	0,14 (2)	3473
1591,4 (3)	0,090 (15)		2906,7 (2)	0,060 (18)	-
1598,83 (17)	0,052 (9)	3093	2913,26 (13)	0,083 (13)	-

				Окончан	ие табл.1
Ед, кэВ	I ₁ , отн.ед.	Е _і , кэВ	E _g , rob	І, отн.ед.	Е _і , кэВ
2917,77 (8) 2957,0 (4) 2957,0 (4) 2967,8 (3) 2974,41 (19) 2978,7 (3) 3001,5 (4) 3007,4 (5) 3046,8 (2) 3046,8 (2) 3071,2 (3) 3078,0 (2) 3082,7 (4) 3093,3 (5) 3114,2 (3) 3117,7 (2) 3168,2 (3) 3173,0 (6) 3187,4 (4) 3196,2 (2) 3222,6 (2)	0, 38 (5) 0, 048 (13) 0, 084 (14) 0, 19 (3) 0, 070 (11) 0, 065 (12) 0, 057 (10) 0, 087 (15) 0, 15 (2) 0, 14 (2) 0, 048 (15) 0, 11 (2) 0, 038 (10) 0, 038 (10) 0, 038 (12) 0, 038 (12) 0, 038 (12) 0, 038 (12) 0, 031 (14) 0, 007 (5) 0, 109 (17) 0, 19 (3)	2918 	3271,6 (5) 3284,2 (5) 3227,8 (4) 3337,0 (5) 3342,7 (8) 3342,7 (8) 33494,1 (3) 3494,5 (3) 3504,0 (4) 3527,6 (6) 3527,6 (6) 3593,1 (5) 3623,2 (9) 3642,4 (3) 3654,0 (5) 3786,8 (4) 3844,8 (9) 3896,1 (9) 3896,6 (6)	0,077 (13) 0,059 (11) 0,070 (12) 0,026 (7) 0,028 (8) 0,20 (3) 0,013 (6) 0,071 (12) 0,029 (8) 0,071 (12) 0,029 (8) 0,054 (12) 0,024 (7) 0,031 (8) 0,052 (10) 0,038 (11) 0,028 (9) 0,021 (7) 0,021 (7) 0,021 (7)	3328 3394 3486 3495
3245,5 (3)	0,101 (16)	3245			

Схема уровней и Л-переходов 106 cd

		0 -							
E _i , ĸəB	J_i^{π}	E _y ,ĸ9B	I ₁ ,%	E_{f} , кэВ	$\mathcal{I}_{f}^{\mathfrak{N}}$	Ps	a ₂	a ₄	6
632,66(2)	l 2+	632,66	100	0	ō+	53	0,202(7)	-0,043(10)	
1493,84(3)	4+	861,18	18,4	633	2+	8,5	0,292(7)	-0,059(9)	
1716,60(3)	2*	1716, 57	5,1	0	o+	8,1	0,22 (2)	-0,09 (3)	
		1083,94	5,2	633	2+		-0,234(7)	-0,010(11)	$-T_44(TT)$
1795,16(3)	o+	1162,49	2,6	633	2+	2,5	-0,001(7)	0,007(10)	M30TD.
2104,68(3)	4+	1472,04	1,81	633	2+	3, 19	0,322(15)	-0.028(19)	neerp
		610,81	2,9	1494	4+		0,148(11)	-0,007(14)	-0.30(3)
		388, 20	0,13	1717	2+		0.43 (11)	~0.09 (16)	-0,00(0)
2144,06(4)	0 ⁺	1511,41	0,72	633	2+	1,02	0.00 (3)	0	HROWD.
	-	427, 35	0,30	1717	2+		-0.01 (4)	-0.11 (5)	Haomo
2253, 17(3)	3+	1620.49	4.6	633	2+	4.6	~0.063(6)	0.051(9)	$T_{1}^{1} 2(+22 - T_{1})$
2305,02(4)	4 + ·	811.18	1,71	1494	4+	1.71	0.244(8)	-0.002(10)	-11, 2(1), 2(1)
2330, 61(3)	<u></u> +	836.73	0.49	1494	a+	1.39	-0.20 (9)	0.14(7)	
1000.01(0)	0	000170	0/4/	**/*	-	1,0,	0/2/ (0/	0114 (77	=0,00,00,00,00,00,00,00,00,00,00,00,00,0
		225.94	0.90	2105	<u>م</u> +		-0.83 (3)	0 14 (2)	-5,4 $(-1,2)$
2347, 52/5)	2+	1714.85	1.9	477		1.8	0.03 (0)	-0.02 (11)	
2011/02/07	(2- 3+.)	a ⁺)	1, ,	000	4	1,0		10/03 (11)	
2370. 62(4)	1	1737.94	0.97	433	2 +	0.97	0.000(10)	-0.004(14)	
20/0/02(4/	-	1/3/1/4	0.77	033	~	01 77	0,009(12)	-0,034(10)	-0,10/5/ NIM
2378.50(3)		1745.92	9 .0	433	7+	30	-0 3467 41	-0.007(10)	
2448. 20(4)	a+	D74 54	ñ 03	1/0/	~+	0 0 0 0 0 0		-0.007(10)	-0,005(10)
2400,00(47		1953 30	0,73	1474		0,73	0,02/(10)	-0,042(15)	3,9(3)
2400/ 70(0/	Ž+	1003/30	1 10	1404	- +	1 10	0,301(18)	-0.0/2(21)	
2771/71(4)		1000 00	1,10	1474	4+ +	1,10		-0,04 (3)	
2003/23(3)	0,+	1007,38	0,00	1474		0,00	0, 27 (3)		
2561/3/(3/?	Š+	1728/07	1 22	633	<u>-</u> +	0,40	0,04 (4)		0.5(0)
2000, 34(4)	2 E-	1733,00	1.22	560	2+ 2+	1,22	0,204(15)	-0,045(20)	2,5(2)
2027/34(4)	5	1133,32	0,19	1474	4+	0,88		-0,09 (9)	-0,04(5)
7470 00/41	at	324,63	0,69	2105	4+		-0.36 (2)	-0,04 (3)	-0,05(3)
2630/08(4)	2	2030,2	0,108	. 0.	0. 	0,92	0,25 (9)	0,15(12)	0 TT(1) D 000
		1777,37	0,81	633	2		0,14 (2)	0,02 (3)	-0,11(4) P=86%
7717 84/41	at a	2005 10	1 00	(a t	1 00	A (67/10)	0.000//00	или 3,2 (4) Р=14%
2/1//00(4/	1 3 3	2085,18	1,00	633	<u>-</u> _+ ·	1,00	-0,15/(12)	-0,020(18)	
2/20/06(4)	1,2,3	2087,88	0,66	633	2+	0,66	-0.09 (2)	0,06 (3)	
2824,38(3)	+	2824, 34	0,65	0	0 ·	0,66	-0,099(15)	0,029(21)	
2887, 37(3)	2,3	2256,90	0,78	633	2.	0,76	0,182(16)	0,021(22)	
291/17/(8)	I	291/ //	0,38	0	0, 1	0,47	-0,16 (4)	0,05 (6)	
	- -	2284.6	0,094	633	2		-		
2920,32(5)	3,4*,5	1426,47	0,48	1494	4	0,48	-0,18 (3)	0,00 (5)	
2933,66(6)?	27,37	1217,05	0,48	1717	2	0,48	0,41 (2)	-0,02 (3)	
2936,25(5)	21,31	2303,46	0,55	633	27	0,55	0,09 (2)	0,06 (3)	
2973,33(8)	2, 3, 4,	2340, 64	0,36	633	2	0,36	0'30 (3)	-0,01 (4)	
3015,36(6)?	27,37	1298,75	0,45	1717	27	0,45	0,10 (2)	-0,01 (3)	
3018,75(5)	31(51)	1524, 91	0,60	1494	4	0,60	0,01 (3)	0,02 (5)	-0.II(4)
3020,74(6)	2,37	2388, 05	0,45	633	21	0,45	0, 14 (2)	-0.01 (3)	• • • •

Табляца 2

Окончание табл.2

Е _і , кэВ	\mathcal{I}_i^{π}	E _y ,ĸəB	I7,%	Е _f ,кэВ	$\mathcal{T}_{\!f}^{\!\mathscr{R}}$	Ps	a ₂	a ₄	δ
3057,83(6)	з	2427, 19	0, 24	633	2+	0, 36	-0,26 (5)	0,04 (6)	-0,04(5)
		1565,69	0, 12	1493	4+		-0:11 (7)	-0,01 (10)	или -3,4 (7) -II(+75,-5)
3072,82(10) 3093,1 (2)7	2, 3 ⁺ , 4 ⁺	+ 2440, 13 3073, 3	0, 25 0, 066	633 0	2+ 0+	0, 25 0, 37	0,28 (4)	-0,09 (6)	или 0,02(8)
		2460, 3 1598, 83	0,112	633 1494	2+ 4 ⁺	0			
3118,81(5)?	2+, 3+, 4	1377,0 1624,99	0,15 0,042	1717 1494	2 ⁺ 4 ⁺	0, 42			
3119,7 (2)	1	1402,19 3119,7	0,38 0,14	1717 0	2* 0+	0, 25	0,38 (7) -0,13 (5)	-0,13 (11) -0,01 (6)	
3222,6 (2)	1	2487,0 3222,6	0,111 0,19	633 0	2 ⁺ 0 ⁺	0, 19	-0,05 (7)	0,08 (10)	
3235,24(9)?	2,3'	2602, 6 1518, 62	0,046	1717	2+ 2+	0,29	0,18 (7)	-0,06 (11)	
324514 (2):		1528,9	0,078	1717	2+ ∡+	0,24			
3322,68(9) 3328,18(14)	1+,2+,3 1,2+	2687, 99 3327, 8	0,26	633 0	2+ 0+	0, 26 0, 30	-0,13 (5)	-0,03 (7)	
		2695,38 980,81	0,14 0,094	633 2348	2+ 2+		-0,02 (6)	0,13 (8)	
3329,25(8)?	3+	1835,39	0, 31	1494	4+	0, 31	-0,45 (2)	0,04 (3)	3,5(8) Р=70% или 0,43(7)Р=30%
3394,1 (3) 3426,9 (2)	2 ⁺ 2, 3 ⁺ , 4 ⁺	3394, 1 2794, 2	0,20 0,108	0 633	0≁ 2+	0,20 0,11	0,31 (8) 0,27 (9)	-0,26 (10) 0,15 (12)	
3485,8 (4)?	1,2+	3486,7 2851,9	0,013	0 633	0 ⁺ 2 ⁺	0, 13			
3494,7 (3)	1,2+	3494,5	0,085	1795 0 633	0+ 2+	0, 12			
3679,3 (2)?	2+, 3	3046,8 2184,9	0,15	633 1494	2+ 4+	0, 21	-0,21 (9)	0,15 (12)	

Таблица З Параметры а₂ и а₄ для *у*-переходов, не размещенных в схеме уровней ¹⁰⁶са, и для *у*-переходов ¹⁰⁷са

E _r , rob	a ₂	^a 4	J_i^{π}	$J_f^{\mathfrak{N}}$
204, 99	-0,006(13)	-0,014(17) CD-10	$(7/2^{+})_{T}$	(5/2+
320,90	0,12 (2)	0,00 (2) CD-10	$(5/2^{+})_{I}^{-}$	5/2+
365,24	-0,032(9)	0,000(13) CD-10	/ (3/2 ⁺) _I	5/2+
505, 36	-0,68 (2)	0,03 (3) CD-10	7 (7/2 ⁺) ₂	5/2+
519, 25	-0,22 (6)	-0,18 (8) CD-107	7 (3/2 ⁺) ₃	5/2+
540, 37	0,04 (7)	0.06 (10) CD-10	$7 (I/2^+)_2$	(3/2 ⁺) _I
553, 76	-0,17 (5)	-0,17 (6) +CD-107	/ -	_ ·
640, 58	-0,06 (6)	-0,18 (9) -		
702, 49	-0,19 (2)	-0,11 (3) CD-107	' (3/2 ⁺) ₂	5/2+
758, 73	0,29 (5)	-0,03 (7) -	-	
821,83	-0,13 (7)	0,12 (10) —	-	-
840, 20	0,20 (12)	0,22 (11) CD-107	' (3/2) ⁺	5/2+
992, 55	-0,27 (4)	-0,04 (6) —	-	-
1059, 41	-0,23 (4)	0,07 (6) —		
1243, 99	0,17 (9)	-0,01 (13)	·	-

				Окончани	ие табл.З
Eŋ, кәВ	a ₂	a ₄		$\mathcal{I}_i^{\mathfrak{N}}$	$\mathcal{J}^{\mathfrak{N}}_{f}$
1268, 20	(-0,05 (7)	0,06 (10)	-	-	
1432, 99	-0,07 (6)	0,00 (8)	-	-	2
1442, 58	0,42 (5)	0,05 (7)		·	
1672,62	0,22 (6)	-0,09 (8)		-	
1703, 98	0,03 (6)	0,14 (8)	18	·	-
1952,97	-0,10 (9)	-0,01 (11)	-	<u> </u>	_
2005, 75	-0,35 (11)	-0,28 (15)	<u>-</u>	-	-
2313, 8	-0,23 (8)	0,18 (11)	-		-
2429, 87	-0,24 (11)	0,11 (16)	-	-	-
2493, BO	0,03 (<u>4</u>)	~0,07 (B)	-	-	-
2889,45	-0,20 (6)	-0,12 (7)	_	-	-
3061,5	0,20 (12)	0,07 (15)	-	· <u> </u>	_

Таблица 4 Результаты измерений линейной поляризации у-квантов из реакции ¹⁰⁶сd(n,n'у)

En, Kob	Е _і , кэВ	\mathfrak{I}^{π}_{i}	\mathcal{I}_{f}^{π}		p ^{ore}	Р	Заключение	
• 			•	a=0]a ₄ >0			
204, 99			- '	ı ۱	1 <u> </u>	0,67(16)	(n/*)	
225,96	2331	5*	4*	1,0B (6)	1,61 (4)	1,0 (2)	a, ≓ 0	
320, 90	_	-	-			1,3 (2)	(tn, y)	
365,24	-	-	-	-		0,93(8)	(n, *)	
505,36	 .	-		-		0,8(4)	(n, γ)	
524,66	2629	5^	4*	1,71 (4)	*	1,5 (4)	J ^{ji} = 5⁻	
		5*	4+	0,58 (2)	a4 < 0,02		<u> </u>	
610, 81	2105	4+	4+	3,19 (6)	0,536(12)	3,7 (+12,-5)	$J_{i}^{H} = 4^{+}$	
		з+	4+	0,53 (2)	0,352(6)	-	a,ໍ≈o	
702,49						1,5 (+9,-5)	⁴ (n, %)	
811,18	2305	4*	4⁺	3,66 (3)	0,67 (2)	3,7 (+15,-6)	J [#] = 4 ⁺	
		4~	4+	0,273(2)	*		a , ໂ≕ 0	
		з*	4+	0,429(9)	0,303(4)		4	
		5*	4+	0,232(4)	a ₄ < 0,02	—	-	
861,18	1494	4+	2*	2,86 (11)	- ⁻	3,1 (+8,-4)	E2	
906, 46						0,5 (+6,-4)	·	
974, 54	2468	4*	4+	2,47 (6)	Q,454(4)	0,56(17)	1a,1>0	
992,55						0,8 (+6,-4)	, 4, 	
998,06	2492	6	4+	2,1 (2)	. -	2,5 (+12,-6)	$J_{i}^{n} = 6^{+}(4^{+})$	
		5+	4+	0,243(9)	a ₄ < 0,02	· ••••	<i>د</i>	
		4+	4+	3,92 (12)	0,57 (3)	<u> </u>	-	
		4	4+	0,255(8)	*	-		
		з+	4*	0,45 (2)	0,315(10)	~	· ~	
1007, 38	2503	6+	4	2,7 (5)		3,1 (+53,-13	$J_{j} = 6^{+} (4^{+})$	
		4*	4+	4,24 (10)	0,71 (8)		۴_	
		4~	4+	0,236(6)	-0× *	-		
1083, 94	1717	.2*	2†	1,07(Py 1,48	1,14(+18,-15	;) _a -	
1162,49	1795	0*	2*	1,01 (3)	/ _	0,76(14)	J ² = 0+	
		2*	2*	2,031(10)	$a_4 > 0.01$	—	с аг т	
1524,91	3019	3*	4+	0,66 (3)	0,'43 (2)	0,09(+21,-7)	J ² ′= 3 [™]	
		3-	4+	1,52 (6)	*	-	a1 > 0	
		2*	4+	1,06 (12)	-	- ,	เมที่ _ี g	
		51	4	0,35 (2)	1,31 (3)	-	ິມ"= 5″	
		4	47	2,5 (2)	a ₄ >-0,08		a, = 0	
1620,49	2253	37	2+	0,394(3)	1,759(5)	1,3 (+9,-5)	$J_1^n = 3'$	
		3-	2+	2,54 (2)	*		1a41-> 0	
X Hon	* Hannesson mark har tel eventure and forture 0.2 and services DT. MO							

Исключается, так как | d' | оказывается больше 0,2 для перехода EI+M2.

Аргументы	за	исключением	$J_{i}^{y_{L}}$	цля	уровней	106 ₀₆

Таблица 5

		След	yxxme $J_{i}^{\widetilde{\mathcal{H}}}$ r	сключаютс	я по прич	mham:	[
Еі КэВ	EJ,K9B	1	2	З	4	5	Принято
1717	1717	1			_	-	2+
2105	1472	-	-	3	3	at at	4*
2253	1620	0.1	<u>a</u> +	2.3-	37,4 7 ⁻	(37)	3+
2305	811	-	2+	6+	3ີ, 5″	3+,4-,5+	4+
2331	837	-	2+,6+	(3),4	3-,4-	~	5+
	225	3,4	2+,6+	4	5-	· -	-
2348	1715	0,1		-	37	-	2,31,41
2378	1746	0,1	at (†	4	2	- 	2,3
2468	7/4	0.1	2, 6,	2.3		3,5	4 4+
2492	998	-	2+	(5)	37,57	3+,4-,5+	4+,6+
2503	1007	-	2+	3,5	3-, 5-	4-, 5+	4+,6+
2566	1934	0,1	4+	(2_)'3	3-	<u> </u>	2+
2629	1136	-	2, 6,	<u> </u>	37,4	. .	5
	525	4	2*,6*		3-	(3+),5+	
2630	2630	1	-	-			2"
0740	1997	0,1	4	_	3	-	
2718	2085	0,1	4 4	_	<u>4</u> 7-	-	1.21.3
2825	2825			· _	<u>د</u>	_	1
2890	2257	0,1	4+	_	3-	-	2,3+
2918	2918	_	2+	· _	—	-	1
2920	1426	-	2+,6+	_ .	4-	-	3,4+,5
2934	1217	0,1	4+	_	27,31	-	2+,3+
2936	2303	0,1	4*		2,3,	-	21,31
2973	2341	0,1	-	.—	3-	<u> </u>	2,3*,4*
3015	1299	0,1	(7+) 41	·	2,3		2,3
3021	1929	0.1	Δ ⁺	_	2 / 4	2131410	2.3+
3060	2427	0,1	4+	_	2-	_	3
	1566		2+,6+	-	-	-	-
3073	2440	0,1	_		37	-	2,3+,4+
3119	1402	0,1		-	. 37	-	2+,3+,4+
3120	3120	-	2	-	_	-	1
3223	3223		2+	-	-	-	
3235	1519	0,1	4	_	1- 7-	-	1+ 2+ 2
3329	1835	4	2+,6+	-	3~	_	3+.5
3394	3394	1		_	<u> </u>	<u>. </u>	2+
3427	2794	0,1	· _	_	3~	_	2,3+,4+
3679	3047	0	4+	-	1-,2-	_	2+,3

Параметр смеси мультиполей дан в системе Крейна - Штеффена. В некоторых случаях приведена вероятность приводимого значения о в процентах. Погрешности даны для 68%-ного доверительного интервала. Погрешности указываются по системе Крейна, т.е., в частности, -3,5(+2.6,-4) = -3,5+0,4 ,6

Используя зависимость заселяемости уровней от их энергии и углового момента $P_{\rm S}=P_{\rm S}(E_i,J_i^{\mathcal{R}})$ (см.рисунок) и наличие с уровней нескольких у-переходов, мы предположили существование неизвестных ранее уровней; в этих случаях они отмечены знаком "?". В дополнение к табл.5 следует сделать следующие замечания по выбору величины $\mathcal{J}_i^{\mathcal{R}}$ для некоторых уровней:

Уровень 1795,2 ков. Изотропия W(O) и невысокая величина заселяемости дают возможность установить для этого состояния $J_i^{\mathcal{I}} = 0^+$.

<u>Уровень 2034,8 кэВ</u>. В работе [2] делается предположение о существовании уровня с $J_i^{y_i} = 0_2^+$ при такой энергии. Однако угловое распределение p-квантов с $E_p = 1402, 19$ кэВ, приписываемых рас-паду этого уровня, имеет сильную анизотропию $[a_2 = 0.38(7)]$, что исключает указанные характерис-тики. Согласно зависимости $P_S(E_i, J_i^{\mathcal{H}})$, интенсивность этой p-линии ($I_p = 0.38$ отн.ед.) слишком ма-ла для уровня с такой энергией. Уровня 2034,8 кэВ в 106са нет.

<u>Уровни 2144.I и 256I.4 кэВ</u>. Изотропия $W(\theta)$ для р-переходов с этих уровней и относительно небольшая заселяемость позволяют предположить $J_i^{\mathcal{M}} = 0^+$. <u>Уровни 2338 кэВ (4⁺) и 2522 кэВ (4⁺,5⁺)</u>. Эти уровни предложены при исследовании ¹⁰⁶са в ре-акции (¹³с,3n r) /I/. Рассматривая величины заселяемости таких уровней в реакции (n,n'r), мы при-шли к выводу, что уровней с такой энергией в ¹⁰⁶са нет.



Зависимость заселяемости уровней $P_{\rm S}$ от их энергии ${
m E}_{{
m y}{
m D}}$ и углового момента $J_i^{\mathcal R}$

<u>Уровень 2347,5 кув</u>. Наши данные для этого уровня позволяют выбрать $J_i^{\mathcal{R}}$, равное 2,3⁺,4⁺. Этот уровень характеризуется высокой заселяемостью при распаде ^{106m}In (F $\mathcal{C} \approx 5,7$), что позволяет предположить при β^+ -распаде $\Delta J = 0$ и $\Delta \pi = 0$. В обзоре $\langle I/Z \rangle$ для ^{106m}In предполагается $J^{\mathcal{R}} = (3^+)$. Однако заселение уровней ¹⁰⁶са с J = I при распаде ^{106m}In заставляет отдать предпочтение $J^{\mathcal{R}} = 2^+$ для ^{106m}In и соответственно для рассматриваемого уровня ¹⁰⁶са наиболее вероятно $J_i^{\mathcal{R}} = 2^+$.

<u>Уровень 2370, 3 кэв</u>. Величина заселяемого уровня ¹³⁷⁰ наиболее вероятно $J_i^{\mathcal{M}} = 2^+$. 106m_{In}, а также угловое распределение \mathcal{J} -квантов с $E_{\mathcal{J}} = 1737,94$ кэв согласуются с $J_i = I$ и исключают $J_i^{\mathcal{M}}$, равное $0^+, 2, 3, 4^+$.

<u>уровень 2378.5 кэВ</u>. В реакции ¹⁰⁶сd(p,p') для уровня 2366 кэВ было установлено L = 3 /17. Мы отождествляем этот уровень с рассматриваемым. Из приведенных данных следует $J_i^{\mathcal{R}}$, равное 2⁺,3, однако высокая величина заселяемости позволяет отдать предпочтение $J_i^{\mathcal{R}} = 3^-$.

однако высокая величина заселяемости позволяет отдать предпочтение $J_i^{\mathcal{R}} = 3^-$. <u>Уровень 2600,5 кэВ?</u> Такой уровень предлагается при исследовании $\beta^+/$ ЕС-распада ¹⁰⁶In в работе [2]. Уровня с такой энергией в ¹⁰⁶са нет, переход 495,5 кэВ соответствует высвечиванию уровня, лежащего выше З МэВ (см. рисунок). Используя данные рисунка о заселяемости уровней ¹⁰⁶са и анализируя неразмещенные γ -линии из табл. I, можно сделать вывод, что других уровней с J = 1-5при $E_i < 3,0$ мэВ и с J = 0 при $E_i < 2,6$ МэВ в ¹⁰⁶са нет. Список литературы

- I. De Frenne D., Jacobs E., Verboven M., De Smet G. Nucl. Data Sheets. 1988. V.53.N 1.P.148-160.
- 2. Roussiere B., Kilcher P., Sauvage-Letessier J. e.a. Nucl.Phys. 1984. V.A419(1). P.61-76.
- 3. Andrejtscheff W., Kostov L.K., Rotter H. e.a. Ibid. 1985. V.A437. P.167-188.

4. Harmatz B. Nucl. Data Sheets. 1981.V.34. N 4. P.704-716.

5. Демидов А.М., Говор Л.И., Баскова К.А. В кн.: Изучение возбужденных состояний ядер. Алма-Ата: Наука. 1986. С. 70-140; Демидов А.М., Говор Л.И., Черепанцев Ю.К. и др. Атлас спектров *у-из*лучения от неупругого рассеяния быстрых нейтронов реактора. М.: Атомиздат, 1978; Галямин С.А., Говор Л.И., Демидов А.М. и др. Ядерная физика. 1984. Т.40. С.561; Говор Л.И., Демидов А.М., Журавлев О.К. и др. Атомная энергия. 1984. Т.57. С.270.

Статья поступила в редакцию 18 августа 1987 г.

УДК 539.14-539.17 Г**АМИА**-ИЗДУЧЕНИЕ ИЗ РЕАКЦИИ ¹⁸⁶W(n,n') Л.И.Говор, А.М.Демидов, И.В.Михайлов, Ю.К.Черепанцев

GAMMA-RADIATION FROM $^{186}W(n,n;\gamma)$ -REACTION. Gamma-spectrum, angular distributions and linear polarization are measured in $^{186}W(n,n;\gamma)$ -reaction with reactor fast neutrons. Level scheme is constructed. Multipole mixtures of gamma-transitions are determined.

Эксперимент и экспериментальные результаты

Образен массой 20 г имел обогащение 99,8% по ¹⁸⁶W. Измерялись *р*-спектр, угловые распределения и линейная поляризация *р*-квантов из реакции ¹⁸⁶W(n,n'*p*) на пучке быстрых нейтронов реактора ИР-8 ИАЗ им.И.В.Курчатова. Методика эксперимента и обработки результатов описани в работе /1/. Ранее *р*-спектр из этой реакции под углом 90° к пучку нейтронов реактора исследовался в работах /2,3/.

Энергим и относительные интенсивности *п*-линий ¹⁸⁶ w, выделенные из *г*-спектра, представлены в табл. I. Величи́ны α_2 и α_4 в представлении угловых распределений *г*-квантов относительно нейтронного пучка полиномами Лежандра при $\alpha_0 = I$ даны в табл. 2. Для нормировки угловых распределений использовалась *г*-линия 760,96 кэВ, соответствующая изотропному и неполяризованному излучению (переход 0^{*} - 2⁺). В табл. 2 приведены также параметры смесей мультиполей б. Сведения о линейной поляризации *г*-квантов даны в табл. 3. Идентификация *г*-линий, принадлежащих реакции (*n*,*r*), присутствующих в *г*-спектре из-за наличия резонансных нейтронов, проводилась по данным обзора [4].

Изотоп ¹⁸⁶w находится на границе области ядер со стабильной деформацией. Особенность этой категории ядер – существенная каскадная заселяемость в реакции (n,n¹) на бистрых нейтронах реактора иля большого числа низколежащих уровней из-за наличия К-запрета. Это обстоятельство затрудняет нахождение б-эллипсов в координатах a_2 и a_4 по статистической теории реакции. Соответственно в данном ядре более широко использовался безмодельный способ нахождения параметра $\delta / I/$, чему благоприятствовало наличие практически чистых и относительно интенсивных не К-запрещенных переходов ЕI и Е2 из большинства исходных состояний.

33 ·

Энергии и интенсивности у-линий ¹⁸⁶w

Таблица I

Е _г , кэВ	I _г , отн.ед.	Е _і , кэВ	Е _χ , кэВ	I _у , отн.ед.	<i>Е</i> _і , кэВ
122.64 (2)	100 (7)	122.64	486.93 (4)	0.61 (5).	1532.32
126.31 (20)	0.35 (5)	1171.60	528.29 (13)	0.15 (2)	
162.48 (8)	0.41 (4)		539.09 (11)	0.20 (2)	
164.77 (7)		1171.60	544.01 (9)	0.32 (3)	1005 41
183.08 (2)	4.8 (3)	1045.40	547.41 (3) 521 92 (17)		1285,41
193.36 (3)	1 20 (10)		567.10 (2)	1 83 (14)	1007,022
214.75 (4)	31.7 (22)	952.72	574.69 (18)	0.13 (2)	
218.93 (6)	1.74 (12)	1171.60	579.57 (2)	1.85 (18)	1532.32
268.85 (5)	1.11 (8)	1006.74	582.84 (6)	0.53 (5)	1628.28
273.93 (5)	49 (4)	396.57	588.70 (5)	0.50 (8)	
276.72 (2)	2.70 (15)	1322.14	591.18 (3)		1453.43?
292,97 11	0.39 (37	1033.23	603.68 (3)		
		1463.77	610.22 (2)	7.7 (2)	1006.74
307,51 (6)	10.1 (15)	1045.40	615.31 (2)	43 (4)	737,95
309.38 (8)	4.22 (15)	1171.60	621.71 (10)	0.30 (3)	1628,28
315.44 (3)	1.34 (10)	1322.14	633.70 (2)	3.3 (4)	1030.23
318.17(12)	0.06 (2)		650.25 (11) 459.05 (5)	0.18(2)	1521 70
321.17 (14)	0.18 (2)		678.64 (5)	0.47(4) 0.54(5)	1521.50
344.02 (5)	0.72 (6)		682.56 (2)	1.30 (15)	
388.17 (13)	0.20 (2)	1197.33	700.28 (5)	0.60 (5)	
391.46 (5)	0.93 (7)	1398.18	704.80 (5)	0.45 (5)	
401.56 (17)	0.15 (2)	1285.41	708.67 (8)	0.25 (8)	
412.69 (2)	4.8 (4)	809.26	715.45 (3)	2.86 (25)	1453.43?
418.37 (2)	1.82 (13)	1463.77	720.42 (37	0.22(3)	1438.3r?
440.92 (4)	0.72(10)	1400,40:	734.57 (10)	0.60(12)	
443,38 (12)	0.36 (8)		737.97 (8)	45.0 (8)	737.95
456.63 (4)	0.70 (6)	1628.28	739.73 (8)	35.0 (8)	862.30
465.70 (2)	3.15 (25)	862.30	760.96 (2)	6.3 (5)	883.60
765.11 (10)	0.19 (2)		1035.96 (12)	0.25 (3)	
770.66 (25)		1642 442	1041.92 (8)	0,42 (4)	
780.08 (87		1521 30	1053.04 (5) 1062.00 (5)	0.35(5)	
792.24 (3)	1.00 (12)	1021100	1074.59 (6)	0 39 (4)	
794.24 (4)	0.45 (8)		1082.83 (4)	0.73 (7)	
800.74 (2)	3.0 (3)	1197.33	1113.1 (2)	Q.13 (2)	
807.71 (2)	2.23 (19)		1119.79 (3)	0.12 (2)	
816.58 M	1.32 (12)	050 70	1124.03 (16)		1521.30
839.68 (3)	0.95 (8)	302.12	1162.81 (2)	2.47 (23)	1285.43
844.06 (3)	0.80 (7)		1176.27 (3)	1,44 (14)	1298.93
849,08 (4)	0.60 (4)		1191.4 (2)	0.14 (3)	
859.03 M	0.66(6)		1194.2 (2)	0.14 (3)	
884.08 (2)	5.7 (5)	1006.74	1200.64 (5)		1007 50
902.40 (3)	5.4(7)	1298.93	1210.36 (4) 1228.29 (3)	1.29(12)	1607.02
917.57 (10)	0.18 (2)	1000.20	1245,92 (5)	0.54 (5)	1642.44?
922.77 (2)	1.26 (13)	1045.40	1254.45 (8)	0.36 (4)	
925.12 (17)	0.20 (5)		1285.40 (5)	2.61 (25)	1285.43
930.64 (16)	0.14 (2)		1297.81 (6)	0.39 (4)	1700 77
942,72 (7) 949,41 M			1313.16 (3/ 1719 19 M		1709.77
968.46 (4)	0.81 (7)		1326.60 (8)	0.33 (5)	
973.17 (10)	0.23 (2)		1330.84 (3)	1.23 (15)	1453.43?
985.26 (3)	0.94 (8)		1335.74 (3)	1.85 (20)	1458,37?
991.54 M	0.39 (4)		1343.6 (3)	0.13 (2)	
996.99 (15)		1700 10	1351.58 (8)	0.21 (2)	
1007,01 (8)	0.42 (4)	1370.10	1375.45 (9)	0.13(2) 0.28(3)	
1021.49 (4)	0.67 (6)		1389.95 (17)	0.16 (2)	
1030.23 (2)	4.6 (4)	1030.23	1399.26 (13)	0.23 (2)	
1409.71 (4)	1.26 (12)	1532.32	1869.96 (8)	0.35 (4)	
1440.75 (3)	1,79 (17)	1563.37	1927.8 (2)	0.19(2)	
1443.99 (17)	0.16(3)		1936.8 (2)		٠
1474.16 (7)	0.21 (2) 0.37 (4)		1959.4 (3)	0.06(2)	
1484.62 M	0.57 (6)	1607,52	1981.7 (2)	0.32 (3)	
1520.2 (2)	0.12 (2)	1642.44?	1993.14 (16)	0.54 (5)	
1535.0 (2)	0.19 (2)		2046.2 (3)	0.14 (2)	
1557.77 M	0.30 (3)		2052.2 (2)	0.22 (2)	
1563.34 (4)	1.23 (12)	1363.37	2121,2 (2)	0,28 (3)	

Окончание табл. І

Er , KOB	Іу, отн.ед.	E _i , RoB	<i>Е_л</i> , кэВ	І,, отн.ед.	Ei,roB
1575.92 (11) 1587.15 (4) 1596.88 (9) 1600.55 (6) 1657.17 (7) 1712.09 (13) 1718.7 (2) 1772.2 (3) 1779.08 (7) 179.08 (7) 1795.0 (4) 1827.57 (18) 1839.57 (18) 1854.9 (2)	$\begin{array}{c} 0.30 & (\ 3) \\ 1.26 & (12) \\ 0.30 & (\ 5) \\ 0.50 & (\ 6) \\ 0.35 & (\ 4) \\ 0.39 & (\ 7) \\ 0.20 & (\ 2) \\ 0.10 & (\ 2) \\ 0.55 & (\ 5) \\ 0.14 & (\ 2) \\ 0.20 & (\ 2) \\ 0.18 & (\ 2) \\ 0.20 & (\ 2) \end{array}$	1709.77	$ \begin{bmatrix} 2150.0 & \langle 2 \rangle \\ 2166.53 & \langle 11 \rangle \\ 2174.1 & \langle 3 \rangle \\ 2182.3 & \langle 2 \rangle \\ 2191.0 & \langle 3 \rangle \\ 2215.6 & \langle 3 \rangle \\ 2395.34 & \langle 14 \rangle \\ 2424.4 & \langle 3 \rangle \\ 2434.4 & M \\ 2445.2 & \langle 4 \rangle \\ 2450.6 & \langle 4 \rangle \\ 2450.45 & \langle 2 \rangle \\ 2465.02 & \langle 11 \rangle \\ \end{bmatrix} $	$\begin{array}{c} 0.25 & \langle 3 \rangle \\ 0.34 & \langle 4 \rangle \\ 0.11 & \langle 2 \rangle \\ 0.11 & \langle 2 \rangle \\ 0.12 & \langle 2 \rangle \\ 0.12 & \langle 2 \rangle \\ 0.14 & \langle 2 \rangle \\ 0.06 & \langle 2 \rangle \\ 0.25 & \langle 3 \rangle \\ 0.16 & \langle 2 \rangle \\ 0.10 & \langle 2 \rangle \\ 0.10 & \langle 2 \rangle \\ 0.22 & \langle 2 \rangle \end{array}$	ŀ

Таблица 2 Величны a_2, a_4 и б для *p*-переходов, возбуждаемых в реакции ¹⁸⁶ (**n**, **n** *p*)

Ел, кэВ	$J_i^{\pi} - J_f^{\pi}$	Е _і , кэВ	a ₂	a ₄	δ
122.64	2+ ~ 0+	122.64	0,155(5)	-0.065(8)	E2
195.36			0.21 (5)	-0.02 (7)	
214.75	2 2+	952.72	0.148(4)	-0.011(6)	E1
218.93	4 2-	1171.60	0.28 (2)	-0.11 (3)	E2
268.85	4+ - 2+	1006.74	0.26 (3)	-0.11 (4)	E2
273.93	4+ - 2+	396.57	0.232(7)	-0.035(10)	E2
276.72	5 3-	1322.14	0.13 (6)	-0.09 (9)	E2
307.51	3 2+	1045.40	-0.19 (2)	-0.03 (4)	0,02 (2)
309,38	4 3+	1171.60	-0.19 (2)	0.02 (4)	0.02 (2)
315.44	5 4+	1322.14	~0.20 (2)	0.01 (3)	-0.1 (3)
335.04	5+ - 3+	1197.33	0.33 (3)	-0.16 (4)	E2
344.02			0:37 (3)	-0.01 (5)	
391.46	6+ - 4+	1398.18	0.32 (4)	-0.10 (5)	E2
412.69	6+ - 4+	809.26	0.296(6)	-0.066(8)	E2
418.37	4 3-	1463.77	-0.23 (2)	0.20 (2)	-4.7 (3)
423.16	(2+)- 2+	1453.43	0.15 (4)	-0.10 (6)	
440.92			-0.62 (3)	0.22 (4)	
443.38			0.08 (3)	-0.15 (5)	
456.63	5 - 4-	1628.28	-0.20 (3)	0.14 (5)	-8 (1)
465.70	3+ - 4+	862.30	-0.030(9)	0.019(13)	-4.0 (5)
486.93	3+ - 3-	1532.32	0.31 (3)	0.08 (4)	0.04 (6)
547.41	2+ - 2+	1285,41	0.13 (2)	-0.02 (2)	2.8 (5)
					или 0.10 (E)
			0 77 / 75	0.12 (4)	-0.10 (5)
567.10	-		0.33 (3)	-0.12(4)	0.01.6.25
579.57	3+ - 2-	1532.32	-0.19 (2)		(52)
582.84	5 - 3-	1628.28	0.21(3)		(62)
591.18	(2+)- 2+	1453,43	-0.21(2)		
599.21			-0.16(2)		
603.18	4+ - 4+	1006 74			-1 21 (10)
610.22	4+ - 4+	1008.74	-0.207(10)		
615.31	2+ - 2+	737.95	-0.093(6)		-4.1 (5)
633.70	2+ - 4+	1030.23			E2
678.64			-0.17(4)		
682.56	(0.)	4457 47		0.064(15)	
715.45	(2+)- 2+	1403.43	0.089(6)		53
737.97	2+ - 0+	737.93	0.147(12)		-7 (2)
739.73	3+ - 2+	862.30		0.000(20)	
780.08	4 - 3+	1642.44	0.10(2)	-0.04 (37	E2 E2
783.34	4+ ~ 2+	1021.30	0.24 (2)	-0.12×37	
800.74	3+ - 4+	1197.35	~0.212(12)	0.100(17)	-0.0 (8/
807.71	a a.	050 70	0.016(11)	0.003(13)	0 23 (10)
830.11	2 2+	952.72	0.2(9(11))		0.23 (10)
907.00 004 no	44 - 24	1006 74	0.11 (3)		F2
902 40	4+ - 4+	1298 97	-14(2)	-0.06 (3)	1.7 (2)
902.90	$4^{+-} = 4^{+}$ $2^{+} = 2^{+}$	1070.27	0.17 (2/		7.1 (3)
977 77	2+ - 2+ 7 2+	1030.23		0.03 (4)	
942 72	0 - <u>2</u> +	1040.40	0.13(4)	-0.15 (5)	0.02 1 0/
968.46			0.23 (3)	-0.06 (5)	
2001-0			0.20 . 0/	•/	

Окончание табл.2

E_r , rəb	$\mathcal{J}_i^{\pi} - \mathcal{T}_j^{\pi}$	Е _і , кэВ	a ₂	a ₄	δ
985.26 1001.25 1007.01 1021 49	6+ - 4+	1398,18	-0.254(13) 0.25 (2) -0.04 (4) -0.27 (4)	-0.03 (2) -0.07 (3) 0.02 (6) -0.04 (6)	E2
1030.23 1041.92 1074.59 1082.83	2+ - 0+	1030.23	0.20 (2) 0.16 (5) 0.20 (6) 0.18 (3)	-0.06 (3) 0.00 (6) -0.10 (8) 0.05 (4)	E2
1162.81	2+ - 2+ .	1285.41	0.038(10)	-0.016(14)	-0.25 (5) ИЛИ
1176.27 1200.64	4+ - 2+	1298,93	0.31 (2) 0.15 (3)	-0.04 (4) -0.04 (4)	E2
1210.98	3 - 4+	1607.52	~0.17 (4)	0.04 (6)	0.10 (5) ИЛИ
1228.29			~0.09 (2)	0.01 (3)	1⁄~=~0.01(5)
1245.92 1254.45	4 - 4+	1642.44	0.36 (2) 0.34 (6)	-0.28 (3) -0.03 (8)	0.40 (10)
1285.40 1313.16 1326.60	2+ - 0+ 3 - 4+	1285.41 1709.77	0.224(9) -0.07 (3) ~0.16 (4)	-0.058(12) 0.02 (4) 0.01 (6)	E2 -0.02 (3)
1330.84 1335.74	(2+)- 2+ (3+)- 2+	1453.43 1458.37	0.19 (2) 0.225(8)	-0.06 (3) 0.153(12)	
1409.71 1440.75	3+ - 2+ 1 - 2+	1532.32 1563.37	-0.023(7)	0.000	8.5 (8) 0.05 (4) ИЛИ
1563.34 1587.15 1997.17 1779.08	1 - 0+ 3 - 2+	1563.37 1709.77	-0.13 (2) ~0.22 (3) 0.22 (5) 0.24 (6)	0.00 0.04 (4) 0.04 (6) -0.07 (8)	-4.1 (б) Е1 ИЛИ М1 -0.01 (2)

Результаты	измерений	линейной	поляри зации	р-квантов	из реакции ¹⁸⁶ w(Таблица З n,n'p)
E _r , кэВ	Е _і , кэВ	- .	P,	0000	р ^{эксп}	Заключение
U	$J_i - J_f$		A4≈0	A4 >0	r y	
198.11					1.81(+15,-14)	<u></u>
214.75	952.72	2 2+	0.55(10)	1.37(10)	0.7 (2)	A4≈0
273.93	396.57	4+ - 2+	2.2 (2)		1.84() 8)	E2
307.51	1045.40	3 2+	1.8 (4)		1.3 (2)	
309.38	1171.60	4 3+	1.8 (4)		1.3 (2)	
412.69	809.26	6+ - 4+	2.8 (4)		2.0 (5)	E2
418.37	1463.77	4 3-	0,50(5)	1.60(10)	1.4 (4)	1A4 >0
465,70	862.30	3+ - 4+	0.75(10)	0.52(4)	1.1 (2)	A4≈0
547.41	1285,41	2+ - 2+	0,73(2)	1,90(3)	1.2 (+8,-5)	
579.57	1532.32	3+ - 2+	1.7 < 2>	0.58(2)	2.5 (+15,-8)	A4≈0
610.22	1006.74	4+ - 4+	1.10(5)	0.44(2)	0.95(10)	A4≈0
615.31	737.95	2+ - 2+	1.70(15)	0.95(10)	0.94(7)	1A4) >0
633.70	1030.23	2+ - 4+	1.3 (2)		1.9 (+5,-4)	E2
715.45					1.4 (+4,-3)	
737.97	737.95	2+ - 0+	1.58(14)		1.76(+25,-14)	E2
739.73	862.30	3+ - 2+	0.45(3)	1.65(10)	2.1 (+4,-3)	A4 >0
800.74	1197.33	5+ - 4+	0.48(3)	1.45(15)	1.2 (2)	[A4] >0
807.71					1.9 (+6,-4)	
884.08	1006.74	4+ - 2+	2.5 (3)		4.0 (+40,-20)	E2
907.58	1030.23	2+ - 2+	1.90(2)	0.76(5)	0.6 (2)	1A4 >0
1030.23	1030.23	2+ - 0+	2.2 (4)		2.0 (3)	E2
1162.81	1285.41	2+ - 2+	1.90(5)	0.85(5)	1.2 (4)	
1176.27	1298.93	4+ - 2+	3.4 (9)		5.4 (+15,-30)	E2
1210.98	1607.52	3 - 4+			0.8 (4)	
1285.40	1285.41	2+ - 0+	2.1 (3)		2.4 (+9,-3)	E2
1440.75	1563.37	1 - 2+	0.85-1.18		1.5 (+36,~8)	

Схема уровней и <u>г-переходов</u> 186_W

Информация о схеме уровней и *п*-переходов ¹⁸⁶ w, полученных в предндущих исследованиях, соорана в обзоре /5/, а также в работах /2,3/. Анализируя эту информацию и новые данные, мы составили схему уровней и *п*-переходов ¹⁸⁶ w, приведенную в табл.4. В ней подтверждаются найденные ранее характеристики и схемы высвечивания для следующих уровней: I23, 397, 738, 809, 862, 834, 952 и I045 кэВ. Одновременно полученные в настоящей работе данные позволяют ввести новые уровни или определить характеристики ранее известных. Кроме того, на основе новых данных сделана попытка продолжить классификацию возбужденных состояний ¹⁸⁶ w по принадлежности их к ротационным полосам, введенным ранее в работах /6,7/. Отнесение уровня к той или иной полосе с приписанием квантового числа К проводилось на основе углового момента и четности уровня, а также схемы распада и правила интервалов.

Таблина 4

Схема уровней и уп-переходов 186

Е _і , кэВ	$\mathcal{J}_i^{\mathcal{R}}\kappa$	E _r , ĸəB	Ir	$\mathcal{J}_{f}^{\mathfrak{N}}\kappa$	<i>Е</i> _і , кэВ	$J_i^{\mathfrak{N}} \kappa$	E _j r,kəB	Ir	$\mathcal{J}_{f}^{\mathfrak{N}}$ K
122,64(2)	2+0	122.64	100	0+0 H	1322, 14(3)	ا ₅₋₂	315,44	1.34	4+2
396.57(5)	4+0	273.93	49	2+0			276.72	2.70	3-2
737.95(2)	2+2	737.97	45.0	0+0	1398.18(5)	(6+2)	1001.55	0.42	4+0
		615.31	43	2+0			391.46	0,93	4+2
809.26(5)	6+0	412.69	4.8	4+0	1453.43(3)?	? (2+)	1330.84	1.23	2+0
862.30(5)	3+2	739.73	35.0	2+0			715.44	2.86	2+2
		465.70	3.15	4+0			591.18	0.90	3+2
883.60(2)	0+0	760.96	6.3	2+0			423.16	0.33	2+0
952,72(4)	2-2	830.11	1.05	2+0	1458.37(4)?	? (3+)	1335.74	1,85	2+0
		214.75	31.7	2+2			720.42	0,22	2+2
1006.74(2)	4+2	884.08	5,7	2+0	1463,77(3)	4-(4)	418.37	1.82	3-2
		610.22	7.7	4+0			292,97	<0,59	4-2
		268.85	1.11	2+2	1521.30(4)	4+	1124.53	0.20	4+0
1030.23(2)	2+0	1030.23	4.6	0+0 .			783.34	1.12	2+2
		907.58	5.4	2+0			659.05	0.49	3+2
		633.70	3.30	4+0	1532.32(4)	3+(2,3)	1409.71	1.26	2+0
		292.97	<0.59	2+2			579.57	1.85	2-2
1045.40(2)	3-2	922.77	1.26	2+0			486.93	0.61	3-2
		307.51	10.1	2+2	1563.37(4)	1	1563.34	1.23	0+0
		183.08	4.8	3+2			1440.75	1.79	2+0
1171.60(7)	4-2	309.38	4.22	3+2	1607.52(6)	3(4+,5+)	1484.62	<0.57	2+0
		218.93	1.74	2-2			1210.98	0.97	4+0
		164.77	0,67	4+2			561.96	0.13	32
		126.31	0,35	3-2	1628.28(6)	(3-)5-	621.71	0.30	4+2
1197.33(5)	5+2	800.74	3.0	4+0			582.84	0.53	3-2
		388.17	0.20	6+0			456.63	0.70	4-2
		335.04	0.68	3+2	1642.44(7)?	2 4	1520.2	0.12	2+0
1285.41(3)	2+(0)	1285.40	2.61	0+0			1245.92	0.54	4+0
		1162.81	2.47	2+0		_	780.08	0.56	3+2
		547.41	1.04	2+2	1709.77(4)	З.	1587.15	1.26	2+0
		401.56	0.15	0+0			1313.16	1.10	4+0
1298.93(4)	4+0	1176.27	1.44	2+0					
		902.40	0.74	4+0					
		292.97	<0.59	4+2					

В табл.5 приведени аргументи, которые позволяют исключить те или иние характеристики исходных состояний в переходе $J_i^{\mathcal{R}}$, при анализе параметров α_2 , α_4 , δ ч P_n : $\mathbf{I} - \alpha_2^{\mathcal{H}C\Pi}$ находится вне границ δ -эллипса для указанного η -перехода в предположении данного $J_i^{\mathcal{R}}$; $2 - \alpha_2^{\mathcal{H}C\Pi}$ не совпадает с теоретическим для перехода E2, если предположить указанное $J_i^{\mathcal{R}}$; $3 - \alpha_4^{\mathcal{H}C\Pi}$ имеет противоположный знак по сравнению с рассчитанным при данном $J_i^{\mathcal{H}}$ или резко отличается от ожидаемого; 4 при указанном $J_i^{\mathcal{R}}$ рассматриваемый η -переход будет типа EI, но для него оказывается $|\delta| > 0,2$; $5 - P_{\eta}^{\mathcal{H}C\Pi}$ не соответствует $P_{\eta}^{\mathcal{O}\mathcal{H}}$ в предположении данного $J_i^{\mathcal{R}}$ при найденных $\alpha_2^{\mathcal{H}C\Pi}$, $\alpha_4^{\mathcal{H}C\Pi}$ и δ . При внооре $J_i^{\mathcal{H}}$ принималось во внимание также, что переходы M2, ЕЗ и Е4 не могут конкурировать при отсутствии K-запрета с переходами EI, MI и E2.

Ниже будут сделаны некоторые замечания об уровнях ¹⁸⁶ и о выборе $\mathcal{J}_i^{\mathcal{M}}$ и К для них. При определении значения К <u>для уровней 1007. 1030. 1197. 1299</u> и <u>1398 кэВ</u> использовались найденные нами величины $\mathcal{J}_i^{\mathcal{M}}$ и правило интервалов.

Tad	лица	5
-----	------	---

Определение квантовых характеристик некоторых уровней ¹⁸⁶w

E. KOB	E., Kob	Ĵ ^Я К	In	Следу	тющие Ј	Г ^Я исклю	оп котокр	причинам	Принято
-1,	-J.,		-8'	I	2	3	4	5	$J_i^{\mathcal{M}}K$
1006.74	884.08	2+0	5.7	0,1	}	з	3-	2+,4-	4+2
	610.22	4+0	7.7	0,1	2,6	3,5	4		
	268.85	2+2	1.11	0,1		3	3-	_	
1030,23	1030.23	0+0	4.6	0, 1				2~	2+0
	907.58	2+0	5.4		4		3-		
	633.70	4+0	3.3		6	4	5-		
1171.60	309.38	3+2	4.22	0,1	1,5	3	3	4+	4-2
	218.93	2-2	1.74	0,1		3	2+,3+		
1197.33	800.74	4+0	3.0		2,6	4	3-	5	5+2
	335.04	3+2	0.68	. .			4-	- ·	
1298,93	1176.27	2+0	1.44	0,1			3~	2,4-	4+0
	902.40	4+0	0.74		6	3,5	3-,5-		
1322.14	315.44	4+2	1.34		2,6		4-		5-2
	276.72	3-2	2.70				2+,4+		
1398.18	1001.55	4+0	0.42		2+	3,5			6+2,(4+)
	391.46	4+2	0.93		2+	3,5			
1453.43?	1330.84	2+0	1.23	0, 1	4	(2)	3-		(2+)
	715.44	2+2	2.86		4	(3)	2-	3+	
	591.18	3+2	0.90		1,5	з	(2-),5		
	423.16	2+0	0.33	0,1	4	3			
1458.37	1335.74	2+0	1.85	0,1		2	3~		(3+)
	720.42	2+2	0.22						
1463.77	418.37	3-2	1.82		1,5	3	(2+),3-	2-,4+	4-
1521.30	783.34	2+2	1.12	0,1		3,2+	3-		4+
1532,32	1409.71	2+0	1.26	0,1		2,4	3-		3+
	579.57	2-2	1.85	0,1	4		2+	2+,3-	
	486.93	3-2	0.61		2		2+,4+		
1563,37	1563.34	0+0	1.23		2				1
	1440.75	2+0	1.79		4		3~		
1607,52	1210.98	4+0	0.97		2,6		4-	4+,5-	3(4+,5+)
1628.28	582.84	3-2	0.53			4	2-,4-		(3-)5
	456.63	4-2	0.70		2,6	3,4	(3+)		
1642.44?	1245.92	4+0	0.54		2	2,3,5			4
	780.08	3+2	0.56		5				
1709.77	1587.15	2+0	1.26		4		2-		3
	1313.16	4+0	1.10		2		4-		

<u>С уровня 862,30 кэВ</u> не наблюдаются чистые переходы E2 или EI, что затруднило нахождение величин δ для смещанных переходов безмодельным способом. Однако величинн a_2 для γ -переходов 739,73 и 465,70 кэВ оказались малы, что и позволило найти для них δ (при $a_2 = 0$ значения δ практически не зависят от величины каскалной заселяемости в случае $a_2 \approx 0$).

ски не зависят от величины каскадной заселяемости в случае $a_4 \approx 0$). Величина об для <u>у-перехода 862.30 кэВ</u>, идущего с уровня 952,72 кэВ ($J_i^{\mathcal{R}} K = 2^- 2$), найдена нами безмодельным способом в предположении, что переход 214,75 кэВ ($2^- 2 - 2^+ 2$ переход) является чистым переходом ЕІ.

<u>Уровень II7I.60 ка</u> высвечивается только в состоянии с K = 2, поэтому он отнесен к полосе с $K^{\Re} = 2^{-}$.

Схема высвечивания <u>уровня 1322.14 кэВ</u> однозначно указывает на $\mathcal{K}^{\mathcal{R}} = 2^{-}$, поскольку переходы с него идут только на уровни с К = 2. Характеристики $\mathcal{J}^{\mathcal{R}} = 5^{+}$ следует исключить, так как в противном случае переход M2 с энергией 276,72 кэВ будет много интенсивнее перехода EI с энергией 315,44 кэВ при отсутствии К-запрета.

<u>Уровень 1398.18 кэВ</u>. Величи́ны a_2 и a_4 для γ -переходов З91,46 кэВ и 1001,55 кэВ не исключают для этого уровня $J^{\mathcal{M}} = 4^+$. Эти характеристики не приводятся из-за относительно малой заселяемости уровня.

Для <u>у-перехода I440,75 кэВ</u> с уровня I563,37 кэВ более вероятно малое значение б, так как К-запрета для этого перехода нет.

В табл.4 для уровней 1285, 1464 и 1532 кэВ во второй колонке в скобках приведены предполагаемые нами значения К. Эти значения найдены в предположении, что большие величины вызваны Кзапретом для переходов МІ. Список литературы

- I. Демидов А.М., Говор Л.И., Баскова К.А. В кн.: Изучение возбужденных состояний ядер. Алма-Ата. Наука. 1986. С.70-140.
- 2. Демидов А.М., Говор Л.И., Черепанцев Ю.К. и др. Атлас спектров *Г*-излучения от неупругого рассеяния быстрых нейтронов реактора. М.: Атомиздат. 1978.
- 3. Авчухов В.Д., аль-Амили М.А., Ахмед М.Р. и др. Изв. АН СССР. Сер. физич. 1978. Т.42. С.1942-1947.
- 4. Ellis Y.A. Nucl. Data Sheets. 1975. V.14. P.347.
- 5. Schmorak M.R. Ibid. 1974. V.13. P.267.
- 6. Григорьев Е.П., Соловьев В.Г. Структура четных деформированных ядер. М.: Наука. 1974.
- 7. Garrett J.D., Hansen O. Nucl. Phys. 1977. V.A276. P.93-100.

Статья поступила в редакцию I2 августа 1987 г.

ЯДЕРНО-РЕАКТОРНЫЕ ДАННЫЕ

УДК 621.039.51

ТЕСТИРОВКА ДАННЫХ О РЕЗОНАНСНОЛ СТРУКТУРЕ СЕЛЕНИЛ ²³⁵U, ²³⁸U N ²³⁹Pu В ОБЛАСТИ НЕРАЗРЕЛЕННЫХ РЕЗОНАНСОВ В ЭКСПЕРИМЕНТАХ ПО ПРОПИСКАНАЮ

В. Н. Кощеев, Е. В. Долгов, А. М. Цибуля

TESTING OF 235 U, 238 U AND 239 Pu CROSS-SECTION RESONANCE STRUCTU-RE DATA IN THE UNRESOLVED REGION ON TRANSMISSION EXPERIMENTS. Subgroup parameters of 235 U, 238 U and 239 Pu in unresolved resonance region used in multygroup constant system MULTIK are tested on transmission experiments. Calculated and experimental data are found uncontradictory. Necessity of analysis transmission experimental data as well as information from resolved resonance region for evaluation cross-section resonance structure in unresolved region are emphasized.

Среди различных типов характеристик взаимодействия нейтронов с нуклидами особое место занимает информация о резонансной структуре сечений в области неразрешенных резонансов. Особенность состоит в том, что структура сечений здесь описывается с помощью средних резонансных параметров, оценка которых выполняется на основе результатов косвенных экспериментов и модельных представлений о структуре сечений. Асно, что надежность полученных таким образом данных тем выше, чем по более широкому кругу разнородных экспериментов они тестируются.

В файлах оцененных нейтронных данных, в частности включенных в библиотеку 40Hд /1/, приводятся средние резонансные параметры, полученные, во-первых, усреднением резонансных параметров из области разрешенных резонансов, а во-вторых, уточнением их впоследствии так, чтобы в неразрешенной области обеспечить описание энергетической зависимости наблюдаемых нейтронных сечений, усредненных по многим резонансам. В работе /2/ на основе совокупности такого рода данных для ²³⁵U, ²³⁸U и ²³⁹Pu, наиболее важных реакторных нуклидов, были получены подгрупповые параметры с независящими от температуры долями подгрупп. Точность учета эффектов резонансной самоэкранировки с помощью этих параметров оценить довольно трудно, поскольку такого рода оценки выполняются в рамках конкретной теоретической модели описания сечений. Например, для ²³⁸U разные авторы дают близкие и довольно высокие оценкы точности учета самоэкранирования сечений /3-57, однако расхождения между результатами оценок нерето выходят далеко за пределы ожидаемых погрешностей. Для ²³⁹у и ²³⁹Ри теоретические представления о структуре сечений менее надежны из-за наличия канала деления и высокой плотности резонансных уровней, поэтому достоверность существующих оценок их резонансной структуры еще ниже. В связи с этим представляется весьма важным проведение тестировки оцененных данных о резонансной структуре сечений в области неразрешенных резонансов по независимой группе экспериментальных данных. Этому и посвящена настоящая работа.

В работе представлены результаты тестировки подгрупновых нараметров для ²³⁵U, ²³⁸U и ²³⁹Pu на экспериментах по пропусканию нейтронов через различные толщины образцов исследуемых материалов. Эти подгрупповые параметры [2] в настоящее время используются в мультигрупповой системе констант МУЛЬТИК [6]. Идея использования измерений кривых пропусканий потока нейтронов вплоть до глубокого ослабления в качестве источника информации о структуре сечений в области неразрешенных резонансов была предложена М.Н.Николаевым и впервые реализована в работе [7]. В последнее время популарность этой методики сильно возросла, однако накопленная информация пока еще не слишком богата.

Сравниваемые величины

Эксперимент. В эксперименте по пропусканию нейтронов через исследуемые образцы в качестве основных результатов получаются следующие пропускания: полные $\mathcal{T}_t^{exp}(n) = \int \varphi(E) exp(-ne_t) dE / \int \varphi(E) dE$ и парциальные $\mathcal{T}_x^{exp}(n) = \int \varphi(E) exp(-ne_t) dE / \int \varphi(E) dE / \int \varphi(E) dE / \int \varphi(E) dE$, где $\varphi(E) - cnektp$ нейтронно-го потока; n – толщина исследуемого образца; $\mathcal{O}_t(E)$ и $\mathcal{O}_x(E) - nonhoe$ и парциальное сечения взаи-модействия соответственно. Иногда как результат обработки экспериментальной информации приводятся экспериментальной сечения:

$$\mathcal{G}_{tt}^{exp}(n) = -\frac{1}{n} \ln \left[\mathcal{T}_t^{exp}(n) \right] ; \qquad \mathcal{G}_{tx}^{exp}(n) = -\frac{1}{n} \ln \left[\mathcal{T}_x^{exp}(n) \right].$$

Как легко заметить,

$$\lim_{n \to 0} \mathcal{O}_{tx}^{exp}(n) = \int \varphi(E) \mathcal{O}_{x}(E) \mathcal{O}_{t}(E) dE / \int \varphi(E) \mathcal{O}_{x}(E) dE = \langle \mathcal{O}_{t} \mathcal{O}_{x} \rangle / \langle \mathcal{O}_{x} \rangle ;$$

$$\lim_{n \to 0} \mathcal{O}_{tt}^{exp}(n) = \int \varphi(E) \mathcal{O}_{t}(E) dE / \int \varphi(E) dE = \langle \mathcal{O}_{t} \rangle ,$$

где $\langle ... \rangle$ означает усреднение по энергетическому интервалу. Последняя величина представляет собой полное сечение, усредненное по резонансным особенностям с весом парциального сечения.

Для получения предельных значений особенно важно было бы иметь надежные данные для тонких образцов исследуемого материала. Однако именно эти данные в эксперименте получаются наименее точными.

Спектр усреднения $\varphi(E)$ в интервалах усреднения во всех экспериментах, как правило, был близок к спектру Ферми.

<u>Расчет</u>. В системах констант БНАБ-78 [3] и МУЛЬТИК [6], используемых в расчетах, спектр усреднения $\varphi(\mathbf{E})$ в исследуемой области принимался фермиевским.

С помощью подгрупповых параметров можно представить полные пропускания в виде

$$T_t^{cal}(n) = \sum_i a_i \exp(-n \mathcal{O}_{t,i}),$$

а парциальные $T_x^{cal}(n) = \sum_{i} a_i \sigma_{x,i} exp(-n\sigma_{t,i}) / \sum_i a_i \sigma_{x,i}$, где $a_i - доля$ подгрушны i; $\sigma_{t,i}$ и $\sigma_{x,i} -$ подгрушновые полное и парциальное сечения взаимодействия соответственно. Эффективные сечения легко получаются по аналогии с экспериментальными величинами:

$$\mathcal{G}_{tt}^{cal}(n) = -\frac{1}{n} \ln \left[\mathcal{T}_t^{cal}(n) \right] ; \quad \mathcal{G}_{tx}^{cal}(n) = -\frac{1}{n} \ln \left[\mathcal{T}_x^{cal}(n) \right] .$$

В расчетах использовались нормированные подгрупповые параметры $a_i, k_{ti}, k_{ei}, k_{ci}, k_{fi}$ из работы [2]. Подгрупповые сечения определялись произведениями

$\label{eq:constraint} \vec{o}_{t,i} = \vec{o}_t \, k_{ti} \, ; \quad \vec{o}_{e,i} = \vec{o}_e \, k_{ei} \, ; \quad \vec{o}_{c,i} = \vec{o}_c \, k_{ci} \, ; \quad \vec{o}_{f,i} = \vec{o}_f \, k_{fi} \; .$

Здесь б_t, б_e, б_c, б_f – мультигрупповые сечения – полное, рассеяния, захвата и деления соответственно (из системы констант МУЛЬТИК), которые были получены на основе файлов оцененных нейтронных данных библиотеки ФОНД (I/ с помощью пакета прикладных программ ГРУКОН /3/, за исключением б_f для ²³⁸U, которое было взято из работы /9/.

Кроме того, проводились расчеты по подгрупповым параметрам системы констант БНАБ-78, а также по оцененным параметрам /IO,II/. Все расчетные значения усреднялись по энергетическим интервалам согласно номенклатуре систем констант МУЛЬТИК или БНАБ соответственно.

Полученные результаты

<u>Тестировка данных для ²³⁸U</u>. Для основного резонансного поглотителя – ²³⁸U – к настоящему времени имеется несколько экспериментов по пропусканию (см. таблицу); четыре выполнены методом самоиндикации по радиационному захвату. К процессу тестировки рассчетных величин была привлечена вся совокупность указанных в таблице экспериментальных данных.

Литература	Представлено	Область энергий, кэВ	Набор толщин, атом/б
<u>[</u> 12]	T_t	0,46-120,0	II толцин: 0,0347-1,030
<u>/</u> 137	T_t	4,05–200,0	10 толщин: С,0142-0,315
<u>/</u> I4/	T_t, T_c	10-80	5 толцин: 0,005-0,0943
<u>/</u> 157	T_t , T_c	011-6	7 толцин: 0,047-0,190
<u>/</u> 167	T_e	I-I00	8 толцин: 0,0024-0,305
<u>[</u> 17]	σ_{tt}	55 x I44	7 толцин: 0,0094-0,279
/187	T_t, T_c	10,2-91,9	5 толцин: 0,0076-0,0321
<u>/19</u> 7	$\mathbf{G}_{tt},\mathbf{G}_{tc}$	I,0-10,2	5 толцин: 0,0076-0,0621
[20]7	o_{tt}	66 и 205	6 толщин: 0,006-0,092
<u>[</u> 21]7	Tt	24 и 144	I5 толщин: 0,010-0,266
[22]	<i>G</i> _{tt}	24,3-649,I	4 толщины: 0,0063-0,0807
[23]	σ_{tt}	3,04-4,0	4 толщины: 0,0237-0,140
[24]	G _{tt}	24 и I44	8 толцин: 0,023-0,240
[25]7	T_{c}	4,0-10,0	4 толщины: 0,0038-0,0521
[26]	T_{c}	4,0-5,0	II толцин: 0,0074-0,14-

Список экспериментов по пропусканию на 238

4I

На рис. I приведена энергетическая зависимость расчетных и экспериментальных значений пропусканий $\mathcal{T}_{t}(E)$ для трех толщин образца. Из рисунка видно, что в целом мультигрупповая кривая неплохо описывает совыхупность экспериментальных данных, особенно для малых толщин. С увеличением толщины образца наблюдается тенденция к расхождению между расчетом и экспериментом в области энергия 50-200 кэВ. В то же время, как видно из рис. 2, данные, полученные методом самоиндикации по захвату, описываются хорошо по всей области энергий и для всех толщин. Если рассматривать данные только по полным пропусканиям $\mathcal{T}_{t}(E,n)$, то складывается впечатление что полное сечение, используемое в мультыгрупповых расчетах, несколько завышено в области энергий 50-200 кэВ.



Рис.І. Энергетическая зависимость полных пропускания T_{e} для разных толщин образца ²³⁸U, атом/б: а -n=0,0155; б -n=0,0316; в -n=0,0707. Расчет: - по МЛБТИК; — по БНАБ-78. Данные авторов: 0 – /13/; Δ – (15/; \bullet – /13,19/



Рис.2. Энергетическая зависимость захватных пропусканий T_c для разных толщин образца ²³⁸U, атом/б: а -n=0,0155; б -n=0,0316; в -n=0,0707. Расчет: \neg_r по МУЛЬТИК; -n=0,0707. Расчет: \neg_r по БНАБ-78. Данные авторов: о -257; $\Delta -2157$; $\bullet -2$

Между тем энергетическую зависимость и полного сечения, и сечения радиационного захвата неплохо описывают экспериментальные данные (рис.3). Однако приведенные на рис.З,а экспериментальные сечения есть не что иное, как результат экстраполяции эффективного сечения ${\it m arphi}_{t\,t}(n)$ к нулевой толцине. Насколько надежно может быть осуществлена такая экстраполяция, видно из рис.4, на котором показаны зависимость эўфективных сечений б_{tt}(n) для двух энергетических интервалов 10,0-2I,5 кэВ (II-я группа БНАБ) и 2I,5 - 46,5 кэВ (IO-я группа БНАБ). В первом из интервалов принятые в МУЛЬТИК полное сечение б_t несколько ниже экспериментальных данных /187, во-втором, наоборот, превышает их (см.рис.3,а). Из рис.4 хорошо видно, что в II-и группе кривая б_{tt} (n), посчитанная по мультигрупповым параметрам, лекит ниже данных работы /187 не только при $\tilde{n} \rightarrow 0$, но и при конечных значениях п. В 10-й группе экспериментальные точки /18/ лежат ниже расчета по МУЛЬТИК , за исключением первых двух точек при малой толщине n , где велики статистические погрешности и вероятность проявления невыявленных систематических погрешностей. Понятно, что результат экстраполяции к нулевой толщине, т.е. выведенное полное сечение б, существенно зависит от того, какой будет принят закон зависимости эффективного сечения G_{tt}(n). Как видно из рис.4, определить с достаточной точностью этот закон на основе одних лишь экспериментальных данных невозможно - разброс данных слишком велик. Как правило, экстраполяция делается на основе оцисания

структуры сечений в терминах средних резонансных параметров. А вариация этих параметров может заметно сказаться на зависимости $\tilde{G}_{tt}(n)$.

Из проведенного рассмотрения следует, что для корректной оценки средних резонансных параметров в качестве исходных данных следует использовать собственно сами пропускания $T_t^{exp}(n)$, а не выведенные из них полные сечения \mathcal{G}_t . Если бы на основе такого подхода удалось непротиворечиво описать имеющиеся данные о $\mathcal{G}_c(E)$, $T_t^{exp}(n,E)$ и $T_c^{exp}(n,E)$, то согласие между $T_t^{exp}(n,E)$ и $T_t^{cal}(n,E)$ при больших толщинах в области энергий 50-200 кэВ было бы обеспечено благодаря увеличению подгруппового сечения $\mathcal{G}_{t,i}$ в подгруппе i с низкими значениями $\mathcal{G}_{t,i}$ и $\mathcal{G}_{c,i}$, что проявилось бы только в $T_t(n,E)$ при больших n и почти не отразилось бы на величине $T_c(n,E)$. В настоящее время, по-видимому, только одна работа (15) выполнена таким образом. Проведенное рассмотрение показывает, как нам кажется, и то, что возможности уточнения экспериментальной информации о про-пусканиях T_t и \mathcal{T}_c для ²³⁸U еще далеко не исчерпаны.







Рис. 4. Сравнение эффективного полного сечения $G_{t,t}(n)$ ²³⁸U для II-й (а) и IO-й (б) Энергетических групп. Расчет: — по МУЛЬТИК ; — по БНАЕ-78. Данные авторов: $\nabla = \sqrt{127}$; $\times -\sqrt{137}$; $\otimes -\sqrt{147}$; O - $\sqrt{157}$; $\bullet -\sqrt{187}$

Тестировка данных для ²³⁵U. Экспериментальной информации по пропусканиям для ²³⁵U мало: в 1969 г. были опубликованы данные по делительным пропусканиям (297, затем в 1979 г. были представлены пересмотренные данные эксперимента (307 в целях снижения погрешности старых данных. Наконец, в 1979 г. появились данные по полному и делительному пропусканиям, полученные в работе (107.

На рис.5 показано, как расчеты, выполненные по МУЛЬТИК и БНАБ-78, описывают экспериментальные эффективные сечения $\mathcal{O}_{tt}(n)$. Расчеты выполнялись в энергетических группах номенилатуры БНАБ. Из рисунка видно, что существующие константы МУЛЬТИК и БНАБ-78, различаясь в некоторых группах значительно, в целом не противоречат единственному эксперименту /10/. Понятно, что для дальнейшего уточнения характера расхождений нужны новые экспериментальные данные.



Рис.5. Сравнение эффективного полного сечения $\mathcal{O}_{tt}(n)^{235}$ и в энергетических группах. Расчет: — по мультик ; — по БНАБ-78; о – данные работы /10/

На рис.6 представлена зависимость эффективного сечения б_{1.7} от толщины исследуемого образца. Согласно данным рисунка, экспериментальные точки хорошо описываются расчетом. Дультигрупновые параметры лучше описывают эксперимент в I5, I4 и I3-й группах, чем расчета по БНАБ-73; в I7, I3 н-I2-й группах оба расчета одинаково хороши; наконец, в II-й группе система БНАБ-73 описывает экспериментальные данные, покалуй, лучше, чем МУЛЬТИК, хотя разброс данных здесь существенно превышает расхождение между двумя расчетами.

В целом данные по пропусканиям подтверждают те представления о структуре сечений ²³⁵U, на которых основаны оцененные нейтронные данные, принятые в библиотеку ФОНД.





<u>Тестировка данных для ²³⁹Ри</u>. К настоящему времени для ²³⁹Ри известны два набора экспериментальных данных: в 1967 г. были опубликованы данные по делительным пропусканиям T_f /31/, а в 1979 г. появились результаты эксперимента по полному T_t и делительному T_f пропусканиям /11/.

На рис.7 показано, как расчеты по МУЛЬТИК , БНАБ-78 и по подгрупповым параметрам из работы /II/ описывают экспериментальную зависимость эффективного сечения $G_{tt}(n)$. Видно, что в целом наолюдается хорошее согласие единственного эксперимента и расчетных значений, за исключением, быть может, I7-й и I6-й групп. В этих группах расчеты по параметрам /II/ не проводились, так как сумма долей подгрупп в указанных энергетических группах оказалась ненормированной на единицу, а средние сечения, восстановленные по подгрупповым параметрам, не совпадают с теми, из которых получались параметры. Что же касается описания резонансной структуры в I7-й и I6-й группах, то для более корректного описания ее, по-видимому, следует использовать не две подгруппы, как это сделано в МУЛЬТИК , а три.





На рис.8 приведено аналогичное сравнение расчетных и экспериментальных данных для $\tilde{c}_{tf}(n)$. Как видно из рисунка, в этом случае лучшее согласие расчета с экспериментом наблюдается именно в низкоэнергетических группах.С увеличением энергим в группах с 15-й по 11-ю наблюдается систематическое превышение экспериментальных значений $\mathcal{G}_{tf}(n)$ над расчетными при малых толщинах образца $n < 10^{-2}$ атом/б. Такое поведение кривой трудно понять, если структуру сечений описывать в рамках принятой модели, т.е. в терминах средних резонансных параметров. Так, оценки, выполненные совершенно независимо в работах /32/ и /11/в группах с 14-й по II-ю, дают практически совпадающий ход кривой $\mathcal{G}_{tf}(n)$. Причем при малых толщинах кривая становится не зависящей от толщины. С этой точки зрения любопытно, что $\mathcal{G}_{tf}^{cal}(n)$, рассчитанная по подгрупповым параметрам ЕНАБ-73, обнаруживает поведение, аналогичное наблюдаемому в эксперименте. Такое поведение кривой наблюдается потому, что в ЕНАБ-78 отношение сечения деления максимальной и минимальной подгрупп много больше, чем это принято в современных оценках, поэтому роль подгруппы с высоким сечением особенно подчерки-вается при малых толдинах образца.





Следует напомнить, что подгрупповое описание резонансной структуры сечений для ²³⁹Pu в БНАБ-78 сохранено тем же, что и в БНАБ-70 /337. Подгрупповые параметры подбирались для описания зависимостей факторов самоэкранировки сечений от сечения разбавления, оцененных еще в 1962 г. Разумеется, надежность старых данных невелика и отдавать им какое-либо предпочтение по сравнению с современными оценками нет оснований. Тем более что для указанных энергетических групп наблюдается расхождение с единственным экспериментом.

В заключение следует отметить, что экспериментальные данные о функциях пропускания для 235 U , 239 U и 239 Pu в целом подтверждают правильность тех представлений о структуре сечений этих ядер в области неразрешенных резонансов, которые были выработаны на основе экстраполяции характеристик структуры сечений из области разрешенных резонансов и теоретического описания энергетической зависимости средних сечений в самой области неразрешенных резонансов. Для 235 U и 239 Pu имеющихся экспериментальных данных о функциях пропускания для 239 Pu еще не настолько надежно установлены, чтобы на их основе требовать изменения используемых данных. В случае 238 U надежность средних резонансных параметров может быть, по-видимому, существенно повышена, если при их оценке использовать экспериментальные данные о пропусканиях $T_t(n, E)$ и $T_C(n, E)$, а не только о полных сечениях. Дополнительные экспериментальные данные будут полезными, если они окажутся конкурентоспособными с имеющимся.

Список литературы

- I. Кощеев В.Н., Николаев М.Н. Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы. 1984. Вып.5(59). С.16.
- 2. Долгов Е.В., Кощеев В.Н., Синица В.В. Нейтронная физика: Материалы I Международной конференции по нейтронной физике, Киев. 14-18 сентября 1987 г.М.: ШИМатоминформ. 1988. Т.І. С.382.
- 3. Абагян Л.П., Базазянц Н.О., Николаев М.Н., Цибуля А.М. Групповые константы для расчета реакторов и защиты. М.: Энергоиздат, 1981.
- 4. Takano H. e.a. JAERI Fast Reactor Group Constant. Version II: JAERI-1255. 1978.
- 5. Ваньков А.А., Гостева Д.С., Украинцев В.Ф. Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы. 1983. Вып.3(52). С.27.
- 6. Долгов Е.В., Савоськин М.М., Цибуля А.М. Там же. 1984. Вып.5(59). С.49.
- 7. Николаев М.Н., Филиппов В.В., Бондаренко И.И. Атомная энергия. 1961. Т.П. С.445.
- 8. Синица В.В. Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы. 1984. Вып.5(59). С.34.
- 9. Николаев М.Н., Базазянц Н.О., Горбачева Л.В. и др. Нейтронные данные для урана-238. 4асть 2: Препринт ОБ-70. Обнинск. 1979.
- Ваньков А.А., Григорьев Ю.В., Украинцев В.Ф. и др. Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы. 1979. Вып.4(35). С.48.
- II. Ваньков А.А., Григорьев Ю.В., Украинцев В.Ф. и др. Там же. 1980. Вып.2(37). С.44.
- I2. Vankov A.A., Grigoriev Yu.V., Nikolaev M.N. e.a. Temperature Dependence of the Cross-Section Structure of ²³⁸U in Unresolved Region: INDC(CCP)-16/L. 1971. P.49.
- 13. Филиппов В.В. Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы. 1985. Вып.4. С.33.
- 14. Кононов В.Н., Полетаев Е.Д. В кн.: Нейтронная физика: Материалы 2-й Всесоюзной конференции по нейтронной физике, Киев, 28 мая – I июля 1973 г. Обнинск. 1974. Т.2. С.199.
- 15. Боховко М.В., Кононов В.Н., Мантуров Г.Н. и др. Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы. 1988. Вып.З. С.41.
- 16. Григорьев Ю.В., Бакалов Т., Илчев Г. Препринт ФЭИ-1216. Обнинск, 1981.
- 17. Литвинский Л.Л., Вертебный В.П., Либман В.А., Мурзин А.В. Атомная энергия. 1987. Т.62. Вып.З. С.192.
- 18. Byoun T.Y. e.a. In: Proc. Nat. Top. Meet. on New Developments in Reactor Phys. and Shielding.Sep. 12-15, 1972. New York: USAEC. P.1115.
- 19. Byoun T.Y. e.a. EXFOR Data. Entry-10577.
- 20. Poenitz W.P. e.a. Nucl. Sci. and Engng. 1981. V.78. P.333.
- 2I. Tsang F.Y., Brugger R.M. Ibid. 1979. V.72. P.55.

- 22. Tsubone I. e.a. Ibid. 1984. V.88. P.579.
- 23. Bee N.J. In: Proc. of the IAEA Cons. Meet. on U and Pu Isotope Res. Parameters. 28 Sep. -2 Oct. 1981. Vienna: INDC(NDS)-129/GJ. 1982. P.182.
- 24. Brugger R., Aminfar H. Ibid. P.271.
- 25. Perez R.B. e.a. Trans. Amer. Nucl. Soc. 1983. V.44. P.537.
- 26. Eujita Y., Kobayashi K., Yamamoto S. e.a. CM. 27. T.2. C. 195.
- 27. Казаков Л.Е., Кононов В.Н., Мантуров Г.Н. и др. Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы. 1986. Вып.З. С.37.
- 28. Адамчук Ю.В., Босканян М.А., Мурадян Г.В., Степанов В.А. См. [2]. Т.2. С.242.
- 29. Bramblett R.L., Czirr J.B. Nucl. Sci. and Engng. 1969. V.35. P.350.
- 30. Czirr J.B. Ibid. 1979. V.70. P.307.
- 3I. Czirr J.B., Bramblett R.L. Ibid. 1967. V.28. P.62.
- 32. Коньшин В.А., Анципов Г.В., Суховицкий Е.Ш. и др. Оцененные константы урана-235. Минск: Наука и техника. 1985.

33. Орлов В.В., Троянов М.Ф., Мамонтов В.Ф. и др. Преприят ФЭИ-306. Обнинск, 1972.

Статья поступила в редакцию 23 февраля 1988 г.

БИВЛИОГРАФИЧЕСКИЙ ИНДЕКС РАБОТ, ПОМЕЩЕННЫХ В НАСТОЯЩЕМ ВЫПУСКЕ, В МЕЖДУНАРОДНОЙ СИСТЕМЕ СИНДА

	El	ement	Quan-	Labora-	Work-	Energ	cy (eV)	Dumo	(Operative)C
	s	Á	tity .	tory	type	min	max	rage	
1	EU	151	NG	RI	EXPT	5.0+5	2.2+6	3	TROFIMOV. YLD IN152META, SIG(E), TBL
2	DY		NG	FEI	EXPT	5.0+3	4.0+5	8	BOKHOVKO+ VDG, TOF, SC, SIG(E), TBL, CFD
3	DY	160	NG	FEI	EXPT	1.6+4	4.6+5	8	BOKHOVKO+ VDG, TOF, SC, SIG(E), TBL, CFD
4	DY	161	NG	FEI	EXPT	1.6+4	4.6+5	8	BOKHOVKO+ VDG, TOF, SC, SIG(E), TBL, CFD
5	DY	162	NG	FEI	EXPT	1.6+4	4.6+5	8	BOKHOVKO+ VDG, TOF, SC, SIG(E), TBL, CFD
6	DY	163	NG	FEI	EXPT	1.6+4	4.6+5	8	BOKHOVKO+ VDG, TOF, SC, SIG(E), TBL, CFD
7	DY	164	NG	FEI	EXPT	1.6+4	4.6+5	8	BOKHOVKO+ VDG, TOF, SC, SIG(E), TBL, CFD
8	U	234	GF	FEI	EXPT	5.5+6	6.4+6	8	BOCHAROVA+ GLAS.DET, FRAG ANGDIST, TBL
9	ប	238	GF	FEI	EXPT	5.5+6	6.4+6	8	BOCHAROVA+ GLAS.DET, FRAG ANGDIST, TBL
10	PU	239	NU	FEI	THEO	1.0-2	1.0+0	17	GUSEJNOV+ CALC, NU-BAR VS EN, GRPH, CFD

СОДЕРЖАНИЕ

сборника "Вопросы атомной науки и техники.

Серия: Ядерные константы" за 1988 г.*

Нейтронные константы и параметры

Хассе Р.В. Новые достижения физики деления	I,3
Гённенвайн Ф. Диссипация энергии при спуске с барьера для низких энергий возбуждения	I,I4
Гусев Ю.И., Селиверстов Д.М. Экспериментальное исследование динамики деления ядер	I,24
Иткис М.Г., Околович В.Н., Смиренкин Г.Н. О формировании массово-энергетических распределений осколков при делении холодных ядер легче радия	1,33
Остапенко Ю.Б., Растопчин Е.М., Смиренкин Г.Н. Новые аспекты описания делимости ядер в районе свинца	I,45
Адеев Г.Д., Пашкевич В.В., Писчасов Н.И., Сердюк О.И. Новые результаты по формированию распределений осколков деления в пийфузионной молели	1.49
Солякин Г.Е. Коллективные движения в ядерной материи при низких и высоких энергиях	I,58
Хойзенга Д.Р., Батлер М.А., Рознер Х., Вайл И.Л., Датта С.С., де Суза Р.Т., Хильшер Д., Шрёдер В.У., Токе Й. Реакции с массивными тяжелыми ионами	I,65
Мустафа М.Г. Теоретические предсказания и экспериментальная проверка барьеров деления горячих вращающихся ядер	I ,7 5
Лукьянов А.А., Колесов В.В., Тошков С., Янева Н. Нейтронные сечения ²³⁹ Ри в области разрешенных резонансов	I,83
Титаренко Н.Н., Исаков А.Г., Руденская Е.О. Упругое и квазиупругое рассеяния нуклонов на ванадии	1,92
Корнилов Н.В., Говердовский А.А. Свойства мишеней и ядерные данные	2,52
Филатенков А.А., Блинов М.В., Чуваев С.В., Сацдгареев В.М. Сечения образования у-квантов при взаимодействии нейтронов с энергией З МэВ с ядрами ²³² ть, ²³⁵ 0 и ²³⁸ 0	2,56
Аникин Г.В., Котухов И.И. Исследование геометрии ядерно-оптического потенциала при рассеянии нейтронов свинцом	3,3

* Цифры после названия статьи обозначают номера выпусков и страницы.

Морозов В.М., Зубов Ю.Г., Дебедева Н.С. Дифференциальное сечение упругого рассеяния нейтронов вперед на уране в диапазоне энергий 0,6-I20 МЭВ	3,8
Боховко М.В., Кононов В.Н., Мантуров Г.Н., Полетаев Е.Д., Синица В.В., Воеводский А.А.	
Измерение и анализ пропусканий и самоиндикации сечения радиационного захвата нейтронов для ²³⁸ 0 в области энергий 5-IIO кэв	3,II
Мороговский Г.Б. Переоценка резонансных параметров ²⁴¹ Ри	3,17
Серегин А.А. Новая модель для расчетов энергий связи и радиусов атомных ядер. Энергии связи и радиусы легчайших ядер	3,20
Бычков В.М., Бычкова В.В., Зеленецкий А.В. "Прима-2" - программа расчета сечений ядерных реакций в рамках статистической и предравновесной моделей	3,25
Трофимов Ю.Н. Сечение реакции ¹⁵¹ Eu(n, 1) ^{152m} Eu (T _{1/2} = 9,3 ч) при энергии нейтронов 0,5-2,2 МэВ	4,3
Бочарова И.Е., Ганич П.П., Рудников В.Е., Сикора Д.И., Смиренкин Г.Н., Солдатов А.С., Чопоров Ю.М. 234. 238.	
Угловое распределение осколков при фотоделении 270 в области порога	4,5
Боховко м.в., казаков л.е., кононов в.н., полетаев е.д., тимохов в.м. Сечения радиационного захвата онстрых нейтронов для изотопов диспрозия	4,8
Бычков В.М., Насырова С.М., Пащенко А.Б., Пушкин С.Г., Скрипова М.В., Тимухин Г.И. Банк ядерно-физических данных для обобщенного компараторного метода нейтронно- активационного анализа	4.14
Гусейнов А.Г., Гусейнов М.А., Работнов Н.С. О влиянии энергетической зависимости $\tilde{\nu}(E)$ при Е менее I эВ на групповые константы ²³⁹ Ри в нижних группах	4,17
Ядерно-реакторные данные	
Маневич Л.Г., Немировский П.Э., Юдкевич М.С. Расчет интегральных характеристик запаздывающих нейтронов. Часть І. Полный выход нейтронов	2,3
Маневич Л.Г., Немировский П.Э., Юдкевич М.С. Расчет интегральных характеристик запаздывающих нейтронов. Часть 2. Групповые константы и реактивность	2,13
Бадалов А.Ф., Копейкин В.И. Энерговыделение в ядерном реакторе на один акт деления урана и плутония	2,22
Трыков Л.А., Колеватов Ю.И., Семенов В.П. Аномалии в прохождении р-излучения источника ⁶⁰ со через свинец, висмут и уран	2,26
Дулин В.А. Об оценке экспериментов по возмущению критичности реакторов	2,33
Шимкевич И.Ю. Об оптимальном использовании геометрического "расщепления" при многогрупповых расчетах водородсодержащей защиты методом Монте-Карло	2,39
Кулик В.В. Нейтронные параметры процесса замелления с учетом неупругого расседния	2,44

Бондаренко И.М., Забродская А.С., Кривцов А.С., Николаев М.Н. Расчет керма-факторов с использованием библиотек оцененных нейтронных данных	· 2 ,49
Кощеев В.Н., Долгов Е.В., Цибуля А.М. Тестировка данных о резонансной структуре сечений ²³⁵ U, ²³⁸ U и ²³⁹ Pu в области неразрешенных резонансов в экспериментах по пропусканию	4,39
Константы и параметры структуры ядра и ядерных реакций	
Шестопалова С.А. Рекомендованные справочные данные энергетических нормалей третьего порядка в области рентгеновского и д-излучений	2,60
Карабаш В.А., Соснин А.Н., Шорин В.С. Дифференциальное сечение реакции ¹⁶ 0(d,p ₁) ¹⁷ 0• в области энергии дейтронов 0,7-I,0 МэВ для задач элементного анализа	3 ,3 I
Говор Л.И., Демидов А.М., Михайлов И.В. Гамма-излучение из реакции ¹⁰⁸ сd(n,n'j [,])	3,35
Говор Л.И., Демидов А.М., Михайлов И.В. Смеси мультиполей в р-переходах ¹²⁸ те при реакции (^{в,в} ')	3,42
Варламов В.В., Сургутанов В.В., Хороненко А.А., Черняев А.П. Принципы статистической оценки сечений фотоядерных реакций. Анализ и учет влияния систематических погрешностей	3,50
Бобошин И.Н., Варламов В.В., Ишханов Б.С., Капитонов И.М. Спектроскопические данные из файла ENSDF и одночастичные свойства ядер оболочки 1F=2P	3,59
Макаренко В.Е., Чукреев Ф.Е. К вопросу об идентификации высокоспиновых состояний в ядре ²³⁵ 0	4,2I
Берендаков С.А., Говор Л. ^И ., Демидов А.М., Михайлов И.В. Гамма-излучение из реакции ¹⁰⁶ сd(n,n'))	4,26
Говор Л.И., Демицов А.М., Михайлов И.В., Черецанцев Ю.К. Гамма-излучение из реакции ¹⁸⁶ W(n.n [*] r)	4.33

Н СВЕДЕНИЮ ЧИТАТЕЛЕЙ

Госстандартом СССР утверждены таблицы стандартных справочных данных (ССД):

Радионуклиды ⁴⁴Ti+⁴⁴Sc, ⁵⁴Mn, ⁵⁵Fe, ⁵⁷Co, ⁶⁵Zn, ¹⁰⁹Cd, ²⁰⁷Bi, ²⁴¹Am. Энергия, абсолютная интенсивность характеристического рентгеновского и низкоэнергетического гамма-излучения и период полураспада: ГСССД 108-87/В.А.Бахшизаде, И.Я.Гарзанов, В.Г.Лабушкин, В.Г.Недовесов, В.П.Чечев, Е.С.Чечева. М.: Изд-во стандартов, 1987.

Таблицы разработаны ВНИИФТРИ и Радиевым институтом им.В.Г.Хлопина. На основе крытического анализа и статистической обработки наиболее точных оригинальных экспериментальных работ, опубликованых до 1987 г., по разработанной методике получены таблицы ССД. Таблицы содержат значения энергии, абсолютной интенсив-ности характеристического рентгеновского и низкоэнергетического 7-излучения и период полураспада радионуклидов ⁴⁴Ti+⁴⁴Sc, ⁵⁴Mn, ⁵⁵Fe, ⁵⁷Co, ⁶⁵Zn, ¹⁰⁹Cd, ²⁰⁷Bi, ²⁴¹Am, входящих в состав стандартных образцов "Источники рентгеновского излучения" (ГСО № 3113-84... 3120-84). В таблицы включены характеристики диск-ретного фотонного излучения с энергией 5-140 кэВ и абсолютной интенсивностью больше 0,1%. Погрешность значений периода полураспада радионуклидов и абсолют-ной интенсивности всех излучений приведены для Р = 0,38.

Радионуклиды ⁵⁶со, ⁷⁵Se, ^{110m}Ag, ¹³³Ba, ¹⁵²Eu, ¹⁸²Ta, ¹⁹²Ir, Энергия, относительная и абсолютная интенсивности гамма-излучения, период полураспада: ГСССД 102-86/С.Л.Галкин, В.Н.Даниленко, С.В.Матвеев, В.Г.Недовесов, Э.К.Степанов, А.Г.Трухачева, А.И.Хованович, В.П.Чечев, Е.С.Чечева. М.: Изд-во стандартов, I987.

Таблицы разработаны ВНИМФТРИ, Радиевым институтом им.В.Г.Хлопина и ВНИЦ МВ Гос-стандарта СССР. На основе критического анализа и статистической обработки ре-зультатов наиболее точных экспериментальных работ, выполненных преимущественно за последние 10 лет, по разработанной методике получены таблицы ССЦ. Таблицы содержат значения энергии, относительной и абсолютной интенсивностей д-излуче-ния и периода полураспада радионуклидов ⁵⁶со; 75 se, 110m Ag, 133 Ba, 152 Eu, 182 Ta, 192 Ir, широко используемых при градуировке ППД-спектрометров по энергии и эф-фективности регистрации. Погрешность значений характеристик приведена для дове-рительной вероятности Р =0,95, погрешность значений энергии – для Р =0,68.

Радионуклиды ²²⁶ в равновесии с дочерними продуктами распада (²²² Rm, ²¹⁸ Po, ²¹⁴ Po, ²¹⁰ Po), ²³³ U, ²³⁹ Pu. Энергия, абсолютная интенсивность альфа-излучения и период полураспада: ГСССД 103-87/С.А.Медведева, В.Г.Недовесов, Э.К.Степанов, В.П.Чечев, Е.С.Чечева. М.: Изд-во стандартов, 1987.

Таблины разработаны ВНИИФТРИ и Радиевым институтом им. В. Г. Хлопина. На основе

Таблицы разработаны ВНИФТРИ и Радмевым институтом им.В.Г.Хлопина. На основе критического анализа и статистической обработки результатов наиболее точных экс-периментальных работ, опубликованных до января 1986 г., по разработанной методике получены таблицы ССД. Таблицы содержат значения энергии, абсолютной интенсивнос-ти «-излучения и периодов полураспада радионуклидов ²⁶ Ra в равновесии с дочер-ними продуктами распада (²²² Ra, ²¹⁸ Po, ²¹⁴ Po, ²¹⁰ Po), ²³³ U, ²³⁸ Pu, ²³⁹ Pu, входя-шах в состав образцовых спектрометрических альфа-источников. Данные ССД могут быть использованы как при градуировке альфа-источников. Погрешность вначений энер-гим приведена для доверительной вероятности Р=0,68, погрешности всолютной ин-тенсивности и периода полураспада – для доверительной вероятности Р=0,95.

Таблицы продаются в магазинах стандартов. Адрес московского магазина стандартов: 127410, Москва, Путевой проезд, д.2.

УДК 539.172.4

СЕЧЕНИЕ РЕАКЦИИ ¹⁵¹еи(n, η)^{152m}еи (T_{1/2}=9,3 ч) ПРИ ЭНЕРГИИ НЕЙТРОНОВ 0,5-2,2 МЭВ/Ю.Н.Трофимов. – Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы, 1988, вып.4, с.3-5.

Соединения из европия являются перспективными материалами для органов регулирования бистрых реакторов. Методом активации в дианазоне энергий нейтронов 0,5-2,2 МэВ измерены сечения реакции. $^{151}\text{Eu}(n, r)^{152m}\text{Eu}(T_{1/2}=9,3$ ч) с точностью II-I2% при I2 значениях энергии нейтронов относительно известных сечений реакций $^{1151}\text{In}(n, n')$ ^{115m}In и $^{197}\text{Au}(n, r)^{198}$ Аu. Нейтроны получали на электростатическом ускорителе при реакции $^{3}\text{H}(p, n)^{-2}\text{He}$ с использованием твердой титантритиевой мишени. Гамма-активность продуктов реакции измеряли Ge(Li)-спектрометром, прокалиброванным эталонными $\int^{-источниками}$ (рис.1, табл.2, список лит. – 9 назв.).

УДК 539.173

УГЛОВОЕ РАСПРЕЛЕЛЕНИЕ ОСКОЛКОВ ПРИ ФОТОЦЕЛЕНИИ 234_U 238_U В ОБЛАСТИ ПОРОГА/И.Е.Бочарова, П.П.Ганич, В.Е.Рудников и др. – Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы, 1988, вып.4, с.5-8.

На тормозном пучке микротрона выполнены измерения угловых распределений осколков фотоделения ²³⁴U и ²³⁸U в области максимальной энергии *Г*-квантов от 5,5 до 6,5 МэВ. Для регистрации осколков деления использовались стеклянные детекторы с визуальным обсчетом треков. Полученные значения изотропной и квадрупольной компоненты угловых распределений сравниваются с данными других работ. Анализируются некоторые расхождения (рис.2, табл. I, список лит. - 9 назв.).

УДК 539.172.4

СЕЧЕНИЯ РАДИАЦИОННОГО ЗАХВАТА БЫСТРЫХ НЕЙТРОНОВ ДЛЯ ИЗОТОПОВ ДИСПРОЗИЯ/М.В.Боховко, Л.Е.Казаков, В.Н.Кононов и др. – Вопросн атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы, 1988, вып.4, с.8-14.

Представлены результаты измерения сечений радиационного захвата нейтронов для ¹⁶⁰⁻¹⁶⁴ ру и его природной смеси в области энергий 20-450 кэВ. Измерения выполнены на спектрометре нейтронов по времени пролета на импульсном ускорителе Ван-де-Граафа ЭГ-I ФЭИ (рис.2, табл.3, список лит. - I7 назв.). УДК 539.172.4

БАНК ЯЛЕРНО-ФИЗИЧЕСКИХ ДАННЫХ ДЛЯ ОБОБЩЕННОГО КОМПАРАТОРНОГО МЕТОДА НЕЙТРОННО-АКТИВАЦИОННОГО АНАЛИЗА/В.М.Бычков, С.М.Насырова, А.Б.Пащенко и др. – Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы, 1988, вып.4, с.14-17.

Организована машинная библиотека ядерно-физических данных для обобщенного компараторного метода нейтронно-активационного анализа объектов окружающей среды. Рекомендованные значения ядерно-физических величин получены на основе отечественных и зарубежных бценок по состоянию на начало 1987 г. Для представления данных в компьютеризованной форме выбран унифицированный формат, разработанный и использующийся в ЦАД для автоматизация работы с различными классами данных с помощью прикладных программ (табл.2, список лит. -7 назв.).

УДК 539.173

О ВЛИЯНИИ ЭНЕРГЕТИЧЕСКОЙ ЗАВИСИМОСТИ $\overline{\nu}(E)$ ПРИ Е МЕНЕЕ І эВ НА ГРУППОВЫЕ КОНСТАНТЫ ²³⁹Ри В НИЖНИХ ГРУППАХ/А.Г.Гусейнов, М.А.Гусейнов, Н.С.Работнов. – Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы, 1988, вып.4, с.17-21.

Приведена расчетная оценка влияния эфректа зависимости числа мгновенных нейтронов деления 23 Pu от энергии на значения функционалов сечений, используемых в системе констант БНАБ-26. Показано, что этот эффект приводит к заметной зависимости усредненного по максвелловскому спектру значений $\overline{\nu}(E)$ от температуры нейтронного

газа Т. $\nu(E)$ уменьшается примерно на 1% при увеличении Т от 300 до 2000К. Учет этой зависимости должен повысить точность предсказания характеристик тепловых систем с плутониевым топливом (рис.1, табл.2, список лит. – 7 назв.).

УДК 539.14

К ВОПРОСУ ОБ ИДЕНТИФИКАЦИИ ВЫСОКОСПИНОВЫХ СОСТОЯНИЙ В ЯДРЕ 235 U/B.E.Makapenko, Ф.E.Чукреев. - Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы, 1988, вып.4, с.21-25.

Проведен анализ результатов опыта по обнаружению высокоспиновых состояний в спектре ядра ²³⁵U. Предлагаемый вариант размещения наблюдавшихся р-квантов охватывает низкоспиновую часть схемы уровней и не требует дополнительного введения состояний с высоким значением углового момента (рис.2, список лит. - 4 назв.). УДК 539.14-539.17

ГАММА-ИЗЛУЧЕНИЕ ИЗ РЕАКЦИИ ¹⁰⁶сd(n,n'r)/С.А.Берендаков, Л.И.Говор, А.М.Демидов, И.В.Михайлов. – Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы, 1988, вып.4, с.26-33.

Измерены спектр *Г*-квантов, угловые распределения и линейная поляризация *Г*-квантов из реакции ¹⁰⁶Cd(n,n'r) на быстрых нейтронах реактора. Составлена схема уровней, определены их характеристики. Для ряда *г*-переходов найдены параметры смеси мультиполей (рис. I, табл. 5, список лит. - 5 назв.).

УДК 539.14-539.17

ГАММА-ИЗЛУЧЕНИЕ ИЗ РЕАКЦИИ ¹⁸⁶w(n,n'7)/Л.И.Говор, А.М.Демидов, И.В.Михайлов, Ю.К.Черепанцев. – Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы, 1988, вып.4, с.33-39.

Измерены 7-спектр, угловые распределения и линейные поляризации 7-квантов из реакции ¹⁸⁶ W(n,n' r) на быстрых нейтронах реактора. Составлена схема уровней ¹⁸⁶ w, определены их характеристики. Найдены величины смесей мультиполей для г-переходов (табл.5, список лит. - 7 назв.).

УДК 62I.039.5I

239 ТЕСТИРОВКА ДАННЫХ О РЕЗОНАНСНОЙ СТРУКТУРЕ СЕЧЕНИЙ ²³⁵U, ²³⁸U И Ри В ОБЛАСТИ НЕРАЗРЕЩЕННЫХ РЕЗОНАНСОВ В ЭКСПЕРИМЕНТАХ ПО ПРОПУСКАНИК/В.н.Кощеев, Е.В.Долгов, А.М.Цибуля. – Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы, 1988, вып. 4, с. 39-49.

Изложены результаты тестировки подгрупповых параметров ²³⁵U, ²³⁸U и ²³⁹Pu из мультигрупповой системы констант МУЛЬТИК в экспериментах по пропусканию. Целается вывод о непротиворечивости расчетных величий и экспериментальных данных. Подчеркивается, что для корректной оценки резонансной структури сечений в области неразрешенных резонансов недостаточно привлечения только лишь данных о полных сечениях. Необходимо использовать результаты измерений самих функций пропускания (рис.8, табл.1, список лит. - 33 назв.).

Редактор Г.В.Зубова Технический редактор С.И.Халиллулина Корректор Е.М.Спиридонова

Подписано в печать 24.II.88. Печать офсетная. Печ.л.7,5. Уч.-изд.л.7,0. Тираж 350 экз. Индекс 3645. 9 статей. Заказ 51780

Отпечатано в ЦНИИатоминформе 127434, Москва, аб/ящ 971 Ip.70m.

Индекс 3645

Вопросы атомной науки и техники. Сер. Ядерные константы, 1988, вып.4. 1-53.