УДК 539.172.4

## ИЗМЕРЕНИЕ ПОЛНЫХ НЕЙТРОННЫХ СЕЧЕНИЙ ДЛЯ <sup>12</sup>C, <sup>19</sup>F, <sup>32</sup>S, <sup>115</sup>In, <sup>128</sup>Te, <sup>208</sup>Pb ПРИ ЭНЕРГИИ 14.1 МэВ

© 2020 г. С. В. Артемов<sup>1, \*</sup>, Ф. Х. Эргашев<sup>1</sup>, М. А. Каюмов<sup>1</sup>, А. А. Караходжаев<sup>1</sup>, О. Р. Тожибоев<sup>1</sup>, Г. А. Абдуллаева<sup>1</sup>, Г. А. Кулабдуллаев<sup>1</sup>, Э. Т. Рузиев<sup>1</sup>, В. А. Татарчук<sup>1</sup>, Б. С. Юлдашев<sup>1</sup>

<sup>1</sup>Институт ядерной физики Академии наук Республики Узбекистан, Ташкент, Узбекистан

\**E-mail: artemov@inp.uz* Поступила в редакцию 02.03.2020 г.

После доработки 15.04.2020 г. Принята к публикации 27.04.2020 г.

Разработана методика измерения полных нейтронных сечений с использованием кремниевых полупроводниковых детекторов с простой и компактной системой детектирования. Созданная методика применена для измерения полных сечений A + n при энергии  $E_n = 14.1$  МэВ для нескольких ядер в различной области масс. В качестве источника быстрых нейтронов использовали нейтронный генератор НГ-150 в режиме генерации нейтронов D + Т. Представлены результаты измерений и их сравнение с соответствующими литературными значениями.

DOI: 10.31857/S0367676520080074

Новые ядерные технологии требуют разработки эффективных источников нейтронов с высокими выходными потоками. Их наличие расширит экспериментальную базу для ядерно-физических исследований и создаст возможности для внедрения новых технологий в ядерной энергетике, производстве радионуклидов и т.д.

В настоящее время большое внимание уделяется разработке систем с использованием делящихся материалов в подкритическом состоянии, управляемых внешним мощным источником нейтронов (ADS – Accelerator Driven Systems) [1, 2]. Сборка из хорошо оптимизированной подкритической системы и "внешнего" источника, реализуемого ускорителем, может обеспечить поток нейтронов, сравнимый с потоками типовых исследовательских реакторов, а в будущем являться базисом для безопасной атомной энергетики. К неоспоримым достоинствам ADS-систем следует отнести не только способность размножать нейтроны от "внешнего" источника, но и использовать их как накопители ядерного топлива, основываясь, в частности, на больших мировых запасах тория. Если в качестве исходного топлива используется смесь из природного или слабо обогащенного изотопом <sup>235</sup>U урана, то при облучении реактора нейтронами, полученными с помощью ускорителя, идут два основных процесса. Во-первых, при захвате нейтрона ядром <sup>232</sup>Th идет цепочка β-распадов:

$$\overset{232}{_{90}}\text{Th} + n \rightarrow \gamma + \overset{233}{_{90}}\text{Th} \xrightarrow{\beta} \overset{\beta}{_{92}} \overset{233}{_{91}}\text{Pa} \xrightarrow{\beta} \overset{233}{_{92}}\text{U},$$

и на основном изотопе урана <sup>238</sup>U идет процесс:

$$^{238}_{22}$$
U +  $n \rightarrow \gamma + ^{239}_{92}$ U  $\xrightarrow{\beta} ^{239}_{93}$ Np  $\xrightarrow{\beta} ^{239}_{94}$ Pu.

При взаимодействии нейтронов с обоими образующимися изотопами,<sup>233</sup>U и <sup>239</sup>Pu, происходит деление, которое является источником энергии. Каждая реакция деления приводит к убыли одного ядра <sup>233</sup>U или <sup>239</sup>Pu, а каждая вышеуказанная реакция приводит к появлению такого ядра. Если вероятности процессов деления и образования делящихся ядер равны, то количество изотопов <sup>233</sup>U или <sup>239</sup>Pu при работе реактора приходит к некоторому равновесному значению, то есть топливо воспроизводится автоматически. Такая технология обеспечивает ядерную безопасность и ставит заслон несанкционированному распространению ядерных материалов.

Другим аспектом использования таких систем является возможность трансмутации долгоживущих ядерных отходов [3, 4]. При этом важно знать сечения взаимодействия нейтронов с этими ядрами. Кроме того, данные о нейтронных сечениях должны быть предоставлены для всех нуклидов, составляющих материалы, которые будут использоваться в термоядерных устройствах, включая делители, нейтронные умножители, охлаждающие жидкости, конструкции защиты, магниты и изоляторы, уделяя особое внимание получению высококачественных данных вблизи энергии 14 МэВ.

Наиболее точно и просто полное сечение нейтронов (эффективное и макроскопическое) может

= ex



**Рис. 1.** Типичный спектр заряженных частиц при воздействии быстрых монохроматических нейтронов (14 МэВ) на кремниевый детектор.

быть измерено по ослаблению пучка нейтронов в мишени (известный метод пропускания [5, 6]). Его принцип заключается в следующем. Пусть  $\sigma_{tot}$  является полным сечением взаимодействия нейтронов энергии  $E_0$  с ядром (A, Z), и пусть плоскопараллельный поток нейтронов с плотностью  $\Phi_0$ проходит через мишень толщиной x, состоящую из таких ядер. Уменьшение плотности потока  $d\Phi$ после прохождения слоя мишени толщиной dx, очевидно, равно:

$$d\Phi = -\Phi(x)n\sigma_{tot}dx.$$
 (1)

где  $\Phi(x)$  плотность потока за мишенью,  $n - число ядер на 1 см<sup>3</sup> мишени и <math>x_0 -$ толщина мишени. Тогда с учетом решения (1):  $\Phi(x) = \Phi_0 \exp(-n\sigma_{tot}x_0)$ , пропускание  $T(x_0) = T$  есть:

$$T = \Phi(x_0) / \Phi_0 = \exp(-n\sigma_{tot}x_0).$$
 (2)

Приведенные выше рассуждения верны при условии, что нейтрон взаимодействует с ядрами мишени не более одного раза, что накладывает ограничение на толщину мишени. Тогда

$$\sigma_{tot} = \frac{\ln\left(1/T\right)}{nx}.$$
(3)

Таким образом, нет необходимости в калибровке абсолютной эффективности детектора для измерения полного сечения. Но необходимо регистрировать только не взаимодействующие с мишенью нейтроны, то есть имеющие первоначальную энергию  $E_0$ . Поэтому часто используются довольно сложные методы регистрация нейтронов, такие как метод времени пролета [6] и т.д. Для составной мишени, содержащей несколько ядер ( $A_1, Z_1; A_2, Z_2, ..., A_i, Z_i, ...$  с концентрациями  $n_1, n_2, ..., n_i$ ), пропускание *T* есть:

$$T = \Phi'_{x} / \Phi'_{0} =$$

$$p[-x_{0} \left(\sigma_{1tot} n_{1} + \sigma_{2tot} n_{2} + \dots + \sigma_{itot} n_{i}\right)]$$
(4)

При этом сечение  $\sigma_{itot}$  можно найти, если известны все остальные.

Для измерения эффективных (и макроскопических) полных нейтронных сечений мы предлагаем использовать в методе пропускания полупроводниковый кремниевый детектор для измерения интенсивности первичных нейтронов. Принцип регистрации быстрых нейтронов кремниевым детектором заключается в следующем. Взаимодействие монохроматических нейтронов с ялрами кремния детектора вызывает несколько ядерных реакций, включая образование заряженных частиц. В этом случае детектор сам регистрирует заряженные частицы - продукты реакции, возникающие в нем, и амплитуда сигнала пропорциональна полной энергии. выделяемой ими в детекторе – см. рис. 1. Наибольшая энергия, выделяемая в кремниевом детекторе (и амплитуда сигнала), является результатом реакции  ${}^{29}\text{Si}(n, \alpha_0){}^{26}\text{Mg}_{o,c}$  (пик 1 на рис. 1) при торможении в его чувствительной области  $\alpha$ -частицы и ядра <sup>26</sup>Mg в основном состоянии ( $Q_{\text{peak}} = -0.034 \text{ M}$ эВ).Меньщими по амплитуде будут сигналы, соответствующие образованию ядра <sup>26</sup>Мg в первом и последующих возбужденных состояниях, и сигналы, соответствующие реакции <sup>29</sup>Si $(n, p_0)^{29}$ Al. Соответствующие пики практически не видны в спектре, так как сечение процесса мало. Доминирующим процессом (пик 2 на рис. 1) в этой области энергий является реакция <sup>28</sup>Si(n,  $\alpha_0$ )<sup>25</sup>Mg<sub>0, c</sub> (Q = -2.65 МэВ), поскольку содержание изотопа <sup>28</sup>Si в природном кремнии примерно в 20 раз больше при приблизительно одинаковых значениях сечений для реакции ( $n, \alpha_0$ ). Видно, что площади пиков, обусловленных реакциями на изотопе <sup>29</sup>Si, пренебрежимо малы по сравнению с площадью пиков в реакции  ${}^{28}\text{Si}(n, \alpha_0){}^{25}\text{Mg}$ .

Поскольку собственное энергетическое разрешение детектора не является идеальным, пики имеют определенную ширину в зависимости от качества детектора и разброса энергий налетающих нейтронов. Таким образом, очевидно, что чем лучше собственное энергетическое разрешение детектора и монохроматичность налетающих (первичных) нейтронов, тем надежнее будет их отбор.

Вышеописанный метод пропускания с использованием кремниевых детекторов для измерения полного нейтронного сечения был реализован на нейтронном генераторе НГ-150 ИЯФ АН Узбекистана (см. рис. 2*a*, 2*б*). Нейтронный поток, падающий на мишень, формируется коллиматором



**Рис.** 2. *а* – Фотография установки (без нейтронного коллиматора); *б* – схема системы измерения полного сечения: *1* – нейтронный генератор НГ-150; *2* – пучок дейтронов; *3* – ТіТ-нейтронная мишень; *4* – мониторный детектор; *5*, *6*, *7* – стальная, водородо-содержащая (нейтрон-стоп) и свинцовая секции нейтронного коллиматора, *8* – исследуемая мишень, *9* – основной детектор.



Рис. 3. Блок схема электронного комплекса установки.

длиной 70 см и диаметром 14 мм (рис. 26). Основной полупроводниковый Si-детектор с толщиной чувствительного слоя 0.7 мм и диаметром входного окна 20 мм имеет энергетическое разрешение ~60 кэВ для альфа-линий источника <sup>226</sup>Ra. Мониторный Si-детектор с диаметром входного окна 12 мм и практически такими же параметрами, расположен в другом направлении (под источником нейтронов НГ-150-на фото рис. 2*а* не виден). Расстояние между источником нейтронов и основным детектором составляет 120 см. Детекторы устанавливаются в специальные кассеты с защитными графитовыми экранами, предотвращающими попадание в них фоновых заряженных частиц. Исследуемая мишень размещается приблизительно посередине между источником нейтронов и основным детектором. Соосность всех элементов системы тщательно отъюстирована с помощью лазера.

Процедура измерения полного сечения такова (см. рис.  $2\delta$ ). Мишень, содержащая исследуемый изотоп (A, Z), помещается между источником нейтронов и основным детектором. Коллимированный поток нейтронов проходит через мишень и ос-

новной полупроводниковый Si-детектор, причем все траектории нейтронов, попадающих в детектор, проходят через полную толщину мишени. Одновременно нейтронный поток проходит через мониторный детектор. Осуществляется набор спектра заряженных частиц, возникающих в каждом из детекторов при взаимодействии нейтронов с веществом детекторов. Затем мишень удаляется, и процедура повторяется.

Блок-схема электронного комплекса установки показана на рис. 3. Она состоит из модуля смещения для основного (Maindet) и мониторного (Mon) Si-детекторов и двух спектрометрических линий, которые включают в себя два зарядочувствительных предусилителя (PA) и линейных усилителя (Ampl), а также два многоканальных анализатора (MCA) с персональными компьютерами.

Числа событий  $N_x$  и  $N_{xm}$  определяются в пиках реакции <sup>28</sup>Si(n,  $\alpha_0$ )<sup>25</sup>Mg для спектров основного и мониторного детекторов, соответственно для измерения с мишенью (Targ) и числа событий  $N_0$  и  $N_{0m}$  в этих пиках для измерения без мишени. При



**Рис. 4.** Спектры, регистрируемые основным детектором без мишени (сверху) и с мишенью из естественного свинца.

этом числа событий  $N_{0m}$  и  $N_{xm}$  в мониторном детекторе служат для нормировки, которая компенсирует возможные изменения потока нейтронов во времени.

Для коэффициента пропускания *Т* выражение (2) в этом случае принимает вид:

$$T = \frac{N_x}{N_0} \frac{N_{0M}}{N_{xM}} =$$

$$= \exp[-x(\sigma_1 n_1 + \sigma_2 n_2 + \dots + \sigma_i n_i)].$$
(5)

Проверка метода и измерение полных сечений нейтронов на нескольких ядрах проводились на потоке нейтронов ~5 × 10<sup>9</sup> н · c<sup>-1</sup>/4 $\pi$  при энергии 14.1 МэВ нейтронного генератора НГ-150. Было использовано несколько мишеней из химически чистых веществ с естественным изотопным составом в диапазоне масс A ~ 12-208. Их размеры были выбраны с учетом геометрии эксперимента и ограничения по массовой толщине, чтобы избежать эффектов многократного взаимодействия нейтронов с материалом мишени. Аппроксимация длины свободного пробега нейтрона в материале составляет  $L_r \sim 2.8(E_n)^{1/2}$ , где энергия нейтронов задается в МэВ, а  $L_r$  в см. Соответственно, толщины *х* использованных мишеней составляли ~ $(0.5-1.0)L_r$ , то есть ~50–100 мм с диаметром 22–30 мм.

Для экспериментов с использованием мелкодисперсных сыпучих материалов были изготовлены специальные тонкостенные (толщиной 0.5 мм) алюминиевые пеналы, в которые засыпался и уплотнялся соответствующий порошок. В этих случаях дополнительные измерения также проводятся с использованием пустого пенала в качестве мишени.

Метод был тестирован путем измерения полного сечения нейтронов на естественном свинце. В качестве мишеней были использованы несколько свинцовых стержней длиной 4—18 см и диаметром 18 мм. На рис. 4 приведены спектры заряженных частиц, измеренные без мишени (верхняя кривая) и с мишенью из естественного свинца (длиной 12 см), расположенной посередине между источником нейтронов и основным детектором.

После обработки спектров с учетом поправок на упругое рассеяние значение полного сечения нейтронов на естественном свинце найдено равным  $\sigma_{tot} = 5.28 \pm 0.11$  барн при энергии  $E_n =$ = 14.1 МэВ, что хорошо согласуется со значением 5.34 ± 0.04 барн, которое получено в работе [6]. Таким образом, была подтверждена эффективность созданного метода измерения полных нейтронных сечений.

Результаты измерений  $\sigma_{tot}$  для нескольких естественных мишеней приведены в табл. 1 вместе с соответствующими литературными значениями.

Измеренные полные нейтронные сечения необходимы для создания источника нейтронов на базе НГ-150 для ADS. В дальнейшем планируются измерения эффективных полных сечений, которые будут использованы для расчета рассеяния быстрых нейтронов на различных конструктивных элементах.

Элемент	Толщина, мм	Плотность, г $\cdot$ см <sup>-3</sup>	$\sigma_{tot}$ , барн	σ <sub>tot</sub> (лит), барн
Углерод	148	2.25	$1.43\pm0.10$	1.30 ± 0.06 [6]
Фтор	148	1.7	$2.08\pm0.15$	$1.74 \pm 0.04$ [7]
Сера	112	1.91	$1.77\pm0.13$	$1.95 \pm 0.03$ [7]
Теллур	37	5.86	$4.42\pm0.26$	$4.76 \pm 0.03$ [8]
Индий	20	7.15	$4.50\pm0.17$	$4.54 \pm 0.02$ [8]
Свинец	50	11.34	$5.28\pm0.11$	$5.34 \pm 0.04$ [6]

Таблица 1. Сравнение измеренных нами (столбец 4) и литературных полных сечений

Работа выполнена при поддержке гранта Министерства инноваций Республики Узбекистан (проект № FA-Atex-166-2018).

## СПИСОК ЛИТЕРАТУРЫ

- 1. *Mueller A.C.* // J. Phys. Conf. Ser. 2013. V. 420. Art. № 012059.
- Oigawa H., Tsujimoto K., Kikuchi K. et al. // Proc. 8th Infor. Exchange Meet. Actinide and Fission Product Partitioning and Transm. (Las Vegas, 2004). P. 483.
- 3. Риволь Ж.-П. // УФН. 2003. Т. 173. № 7. С. 747; Revol J.-P. // Phys. Usp. 2003. V. 46. № 7. Р. 725.

- 4. Гулевич А.В., Земсков Е.А., Комлев О.Г., Пономарев Л.И. // Атом. энергия. 2013. Т. 115. № 1. С. 123; Gulevich A.V., Zemskov E.A., Komlev O.G., Ponomarev L.I. // Atom. Energy. 2013. V. 115. № 3. Р. 143.
- Абрамов А.И., Казанский Ю.А. // Основы экспериментальных методов ядерной физики. М.: Атомиздат, 1977. 528 с.
- 6. *Abfalterer W.P., Bateman F.B., Dietrich F.S. et al.* // Phys. Rev. C. 2001.V. 63. Art. № 044608.
- 7. *Rapp M.J., Danon Y., Saglime F.J. et al.* // Nucl. Sci. Engin. 2012. V. 172. P. 268.
- 8. *Dukarevich Yu.V., Dyumin A.N., Kaminker D.M.* // Nucl. Phys A. 1967. V. 92. № 2. P. 433.