# 镓样品泄漏中子谱的测量与分析

韩 瑞<sup>1,2</sup>,陈志强<sup>2</sup>,聂阳波<sup>1</sup>,田国玉<sup>2,3</sup>,罗 飞<sup>2,3</sup>,孙 琪<sup>2,3</sup>,石福栋<sup>2</sup>, 张苏雅拉吐<sup>4</sup>,宋 林<sup>2,3</sup>,张 鑫<sup>2,3</sup>,阮锡超<sup>1</sup>,任 杰<sup>1</sup>
(1.中国原子能科学研究院核物理研究所,北京 102413;
2.中国科学院近代物理研究所,甘肃 兰州 730000;
3.中国科学院大学,北京 100049;
4.内蒙古民族大学物理与电子信息学院,内蒙古 通辽 028000)

摘要:基于中国原子能科学研究院的中子学积分实验装置,利用 BC501A 液体闪烁体探测器,结合飞行时间法(TOF)测量了镓样品的泄漏中子谱。采用 MCNP 4C 程序进行了模拟并与实验泄漏中子谱进行了比较,对 ENDF/B-WL.1、JEFF-3.2、TENDL-2015 数据库中镓核中子评价数据进行了宏观基准检验分析,并与 TALYS 程序计算结果作对比。研究结果显示:在 9 MeV 以下能区,TENDL-2015 库与实验结果符合很好;在弹性散射能区,JEFF-3.2 和 TENDL-2015 库与实验结果符合较好;对于 12 MeV 左右的非弹性散射峰,JEFF-3.2 库与实验结果符合较好,TALYS 计算结果显示该部分主要来自镓核分离能级的贡献。

关键词:镓;泄漏中子谱;中子评价数据;非弹性散射

中图分类号:O571.5;TL812.2 文献标志码:A 文章编号:1000-6931(2018)07-1200-06 doi:10.7538/yzk.2017.youxian.0786

# Measurement and Analysis of Leakage Neutron Spectrum from Gallium Sample

HAN Rui<sup>1,2</sup>, CHEN Zhiqiang<sup>2</sup>, NIE Yangbo<sup>1</sup>, TIAN Guoyu<sup>2,3</sup>, LUO Fei<sup>2,3</sup>, SUN Qi<sup>2,3</sup>, SHI Fudong<sup>2</sup>, ZHANG Suyalatu<sup>4</sup>, SONG Lin<sup>2,3</sup>, ZHANG Xin<sup>2,3</sup>, RUAN Xichao<sup>1</sup>, REN Jie<sup>1</sup>

(1. Department of Nuclear Physics, China Institute of Atomic Energy, Beijing 102413, China;

2. Institute of Modern Physics, Chinese Academy of Sciences, Lanzhou 730000, China;

3. University of Chinese Academy of Sciences, Beijing 100049, China;

4. College of Physics and Electronics Information, Inner Mongolia University for the Nationalities, Tongliao 028000, China)

**Abstract**: Based on the neutronics integral experimental setup at China Institute of Atomic Energy, the leakage neutron spectra from gallium samples were measured by time-of-flight technique with a BC501A scintillation detector. For the benchmark analy-

收稿日期:2017-12-14;修回日期:2018-01-25

基金项目:国家自然科学基金资助项目(11605257);中国科学院"西部之光"人才培养引进计划资助项目(Y725030XB0);中国科学院战略性先导科技专项资助项目(XDA03030200)

作者简介:韩 瑞(1985-),女,甘肃靖远人,助理研究员,博士,粒子物理与原子核物理专业

网络出版时间:2018-04-13;网络出版地址:http://kns.cnki.net/kcms/detail/11.2044.TL.20180412.1646.012.html

sis of the neutron evaluated nuclear data of gallium, the leakage neutron spectra were simulated by MCNP 4C code with the ENDF/B-WI.1, JEFF-3.2 and TENDL-2015 evaluated nuclear data libraries and compared with experimental data and TALYS code calculated results. The results show that the measured data are well reproduced by simulation with the TENDL-2015 library below the 9 MeV. The calculation results of JEFF-3.2 and TENDL-2015 libraries give better agreement with the measured data in the elastic scattering energy region. For the inelastic scattering peak around 12 MeV, JEFF-3.2 library shows a better agreement with the measured data, and TALYS results indicate that the contribution of discrete levels is dominated contribution.

Key words: gallium; leakage neutron spectrum; neutron evaluated nuclear data; inelastic scattering

镓(Ga)是一种常见的靶材料,在核能工 程、国防及核天体物理研究中有重要应用。自 然 Ga 由 60.11%的<sup>69</sup> Ga 和 39.89%的<sup>71</sup> Ga 组 成,在空气中很稳定,熔点(29.8℃)很低,沸点 (2 229 ℃)很高,为金属元素中熔点和沸点之 差最大的核素,合金 Ga 同样具有低熔点的特 性,因此 Ga 被列为重要的液态金属冷却剂候 选材料。液态金属 Ga 材料具有好的热传导性 能,低熔点、高沸点特性使其具有大的热容量、 低的蒸气压,可避免像水一样因沸腾而引起对 冷却能力的限制。尽管 Ga 的中子吸收截面较 大,但由于近年来纳米颗粒技术的发展使得液 态 Ga 纳米流体有足够小的吸收截面[1],从而 使 Ga 成为一种很好的冷却材料。Ga 也被作 为重要的掺杂剂使用,如反应堆和核武器装置 中,对 Pu 元素掺杂 Ga 元素后进行安装等。此 外,由于<sup>71</sup>Ga对太阳中基本的 p-p(质子-质子) 反应非常敏感,因此在核天体物理中被作为太 阳中微子探测器的材料成分<sup>[2]</sup>。

Ga核也是核反应堆中重要的裂变产物之一,其全套中子数据对反应堆工程等核装置的设计具有重要的应用价值。然而,评价数据库中Ga核的相关核数据却很少,且大部分数据是在1980年前完成的<sup>[3-4]</sup>,各家数据库中的数据存在较大分歧。目前,国际上还没有其他Ga核积分实验的相关报道。针对Ga核的重要应用及其实验数据匮乏,对评价数据库中Ga核的中子评价数据进行宏观检验具有重要的意义。本文基于中国原子能科学研究院 300 kV 高压倍加器上的中子学积分实验装置,开展Ga样品泄漏中子谱的积分实验测量,并利用MCNP 4C程

序模拟检验 ENDF/B-W.1、JEFF-3.2、TENDL-2015 数据库中 Ga 核的中子评价数据。

#### 1 实验

基于中国原子能科学研究院 300 kV 高压倍 加器上的 D-T(Ti)中子源, 氘束能量为 300 keV, 通过 T(d,n)<sup>4</sup> He 反应产生 14.8 MeV 的单能 脉冲中子与 Ga 样品相互作用,测量两种不同 尺寸的样品(\$13 cm×3.2 cm、\$13 cm×6.4 cm) 分别在 60°和 120°方向的泄漏中子谱。束流平 均流强约 30 μA,脉冲频率 1.5 MHz,脉宽 (FWHM)约3 ns, 束斑大小约 ø5 mm。图1为 实验测量装置图。实验中利用金硅面垒半导体 探测器测量 T(d, n)<sup>4</sup> He 反应在反方向产生的 α粒子来监测中子数,用于实验数据归一化处 理,同时在出射中子0°方向上放置 ø5.08 cm× 5.08 cm 的 BC501A 液体闪烁体探测器监测加 速器束流获得加速器脉冲形状谱。靶样品放置 在准直系统中心轴线上,通过左右移动靶在准 直系统中心轴线上的位置可改变泄漏中子谱的 测量角度。Ga 样品泄漏中子谱的测量角度为 60°和120°,对应中子源的中子出射角度分别为 30°和-30°,它们具有相同的源中子能谱和角分 布,源中子能谱呈高斯分布,中心值约14.75 MeV。 实验屏蔽系统由阴影锥、前级准直系统和嵌在 2 m 厚水泥墙内的准直器组成。实验采用中子 飞行时间法,利用放置在水泥墙后测量大厅内 的 \u03c65.08 cm×2.54 cm 的 BC501A 液体闪烁体 探测器测量靶样品的泄漏中子谱。实验装置详 细情况见文献[5-7]。

实验采用CAMAC总线的多参数获取系



图 1 实验测量装置图 Fig. 1 Schematic diagram of experimental arrangement

统,使用 Kmax 软件进行效应本底(有样测量) 和本底谱(无样测量)的在线或离线分析。图 2 为实验电子学线路框图,共获取 5 路信号,分别 是:中子探测器打拿极直接引出的脉冲高度谱, 用来确定探测器的阈值;脉冲形状甄别谱,通过 2160A 电子学插件获得来完成 n-γ 甄别;中子 飞行时间谱,以中子探测器的阳极信号引出作 为起始信号,加速器脉冲拾取信号引出,经过适 当的时间延迟,作为停止信号;监视器的飞行时 间谱,主要用来监视加速器的中子束流脉冲情 况,包括脉冲形状的对称性和脉宽等;α粒子计 数,该信号是由金硅面垒半导体探测器完成,绝 对效率达100%,通过计算可得到中子源的强 度,用于实验数据的归一化处理。

# 2 MCNP 模拟

蒙特卡罗模拟采用 MCNP 4C 程序,模拟 计算中详细考虑了实验装置的几何结构、源中 子能谱和角分布、中子探测器的效率及响应函 数等。通过将 MCNP 模拟结果与实验测量结 果比较,对 ENDF/B-Ⅲ.1、JEFF-3.2、TENDL-2015数据库中的中子评价数据进行宏观基准



Fig. 2 Block diagram of electronic circuit for experiment

检验。模拟中,源中子能谱和角分布采用 TARGET 程序计算的结果<sup>[8]</sup>,中子探测器效率 采用 NEFF 程序的计算结果<sup>[9]</sup>,其响应函数通 过中国原子能科学研究院 2×1.7 MV 小型串 列加速器上的<sup>9</sup>Be(d, n)<sup>10</sup>B 白光中子源<sup>[10]</sup>的 探测器标定实验确定。

# 3 结果讨论与分析

#### 3.1 实验不确定度

实验不确定度主要来自统计误差和系统误 差。统计误差在5%左右,包括:1)中子计数统 计误差,约5%;2)相对归一系数误差,包括 MCNP计算每个源中子产生 n-p散射中子的 统计误差以及实验测量的 n-p散射中子的统计 误差,一般均小于0.5%;3) α粒子计数统计误 差,包括标准聚乙烯样品和 Ga 样品测量中 α 粒子计数的统计误差,一般均小于0.5%。系 统误差包括相对中子探测效率误差(《3%)以 及泄漏中子出射角度测量误差(《1%)。实验 数据处理中使用相对归一系数(即标准样品n-p 散射峰面积的实验测量结果与模拟结果的比 值)可削减大部分系统误差,包括绝对探测效率 以及 α粒子和中子的立体角测量误差,因此,实 验中总的不确定度一般在10%以内。

#### 3.2 标准样品系统检验

实验测量了聚乙烯标准样品(¢13 cm× 6 cm)在 60°的泄漏中子谱,并采用 MCNP 程序 进行了相应的模拟。标准样品的测量结果可检 验实验系统的可靠性,同时依据 n-p 散射峰面 积的实验测量结果与模拟结果的比值,可得到 一个相对归一系数用于 Ga 样品的数据处理。 图 3为聚乙烯样品 60°中子泄漏谱实验测量结 果和 MCNP 模拟结果的对比,图 3 显示标准样 品的实验测量结果与 MCNP 采用 ENDF/B-Ⅲ.1、JEFF-3.2 和 TENDL-2015 数据库的模 拟结果在整个能区范围内均符合很好,说明该 实验系统和测量方法可靠。

#### 3.3 Ga 样品检验结果

Ga 样品采用自然 Ga 核同位素,纯度可达 99.99%。实验采用飞行时间法测量了两个不 同厚度的 Ga 样品(\$13 cm×3.2 cm,\$13 cm× 6.4 cm)分别在 60°和 120°方向的泄漏中子谱, 同时利用 MCNP 程序,对 ENDF/B-W.1、 JEFF-3.2和 TENDL-2015数据库中的中子评 价数据进行了检验。为进一步确定非弹性散射 对泄漏中子谱的贡献,本文将积分实验的检验 结果与 TALYS 程序的计算结果进行了对比, TALYS 计算中的参数采用默认值,未考虑实 验中的实际能量分辨率。图4为Ga样品的中 子泄漏谱,图4a、b给出了60°和120°方向对应 的TALYS 计算结果,图4c、d、e和f分别给出 了两个角度的实验测量谱与MCNP模拟计算 结果的对比。从图可看出,除能量约为12 MeV左 右(虚线之间)的非弹性散射峰外,模拟结果可 较好地符合实验测量值。ENDF/B-WL1 库的 模拟结果完全没有给出12 MeV非弹性散射



图 3 聚乙烯样品中子泄漏谱实验测量结果 和 MCNP 模拟结果的对比





峰的贡献,这与文献[7]中对 ENDF/B-WI.0、 量分布进行了比 JENDL-4.0及 CENDL-3.1 库的检验结果类 在 11 MeV 处严 似,而 TENDL-2015 和 JEFF-3.2 库能给出 图 6b 给出了 JEI

以中国的14.0 及 CENDL-3.1 库的检验结果突 (4),而 TENDL-2015 和 JEFF-3.2 库能给出 12 MeV左右非弹性散射峰的部分贡献,60°的 结果更明显。对图 4a 和 b 的 TALYS 的计算 结果,由于未考虑实验测量的能量分辨率,因此 可清晰看出 12 MeV 左右非弹性散射包含多个 分离能级的贡献,而靠近弹性散射峰的两个分 离能级的非弹性散射峰由于能量分辨率不够, 在实验上被包含在弹性散射峰中。

图 5a、b、c和d分别给出了图 4c、d、e和f 对应的 Ga 样品中子泄漏谱 MCNP 模拟计算 结果和实验测量结果的比值 C/E。C/E 依据 弹性散射峰、非弹性散射峰以及 MCNP 计算和 实验测量结果的差异大小分为 5 个能量组。 C/E 越接近于 1,数据库的评价数据越好。从 图 5 可看出,低能段(E<9 MeV)TENDL-2015 库的结果较好;对于 10 MeV 以上包含分离能 级贡献的部分,JEFF-3.2 库的结果较好。





Fig. 5 Ratio of MCNP simulated results and experiment data for neutron leakage spectra of Ga samples

图 6 为 ENDF/B-W.1、JEFF-3.2 和 TEN-DL-2015 数据库及 TALYS 程序计算的<sup>69</sup>Ga 核 中子连续态非弹性散射和分离能级的贡献,因 ENDF/B-W.1 和 TENDL-2015 数据库仅给出 (n, n')反应道的能量分布,而 JEFF-3.2 数据 库仅给出能量角分布的结果,因此文中分两部 分讨论。图 6a 给出了 ENDF/B-W.1 和 TEN-DL-2015 数据库中<sup>69</sup>Ga(n, n')反应道的能量分 布,并与 TALYS 计算结果及总的出射中子能 量分布进行了比较,可看出 ENDF/B-W.1 库 在 11 MeV 处严重低估了非弹性散射的贡献。 图 6b 给出了 JEFF-3.2 数据库中<sup>69</sup>Ga(n, n')反应 道的能量角分布(60°)和 TALYS 计算结果的 比较,从图可看到 12 MeV 处的非弹性散射主 要来自分离能级贡献,而 ENDF/B-W.1 库的 分离能级贡献主要集中在 13 MeV 左右,该贡 献在实验上被包含在弹性散射峰中,因此 ENDF/B-W.1 库完全没有给出 12 MeV 左右 的非弹性散射部分的贡献。<sup>71</sup>Ga的结果与<sup>69</sup>Ga 的情况类似,本文不对<sup>71</sup>Ga 另作讨论分析。



Fig. 6 Contributions of inelastic scattering in continuum states and discrete levels for <sup>69</sup>Ga

# 4 结论

本工作基于中国原子能科学研究院 300 kV 高压倍加器上的 D-T(Ti)中子源,对 Ga 样品 开展了中子学积分实验测量,利用 MCNP 4C 程序模拟检验了 ENDF/B-W.1、JEFF-3.2 和 TENDL-2015 数据库中的 Ga 核中子评价数据, 并与 TALYS 程序计算结果作对比。研究结果显 示:1) E < 9 MeV 时贡献主要来自(n, n')、(n, 2n)、(n, np)和(n, na)反应道,总体上 TENDL-2015 库与实验结果符合较好;2) 9 MeV $\leq E <$ 12.5 MeV 时,可清楚观察到 1 个非弹性散射 峰, JEFF-3.2 库 与实验结果符合较好,而 ENDF/B-W.1 库完全没有给出该部分的贡献, TALYS的计算结果可清楚看出这个非弹性散 射峰主要来自 Ga 核分离能级的贡献;3) E≥ 12.5 MeV 时,主要是弹性散射的贡献,JEFF-3.2 和 TENDL-2015 库结果一致,与实验结果 符合较好,ENDF/B-Ⅲ.1 库的结果在 60°时高 于实验值,120°时低于实验值。因此,各评价数 据库还需进一步改善 Ga 核中子评价数据。

### 参考文献:

- LEE S W, PARK S D, KANG S, et al. Feasibility study on molten gallium with suspended nanoparticles for nuclear coolant applications[J]. Nuclear Engineering and Design, 2012, 247(6): 147-159.
- [2] COLLABORATION S, ABDURASHITOV J N, GAVRIN V N, et al. Measurement of the solar neutrino capture rate with gallium metal Ⅲ [J]. Physical Review C, 2009, 60(5): 375-389.
- [3] 蒲忠胜,杨景康,孔祥忠. 13.5-14.6 MeV 中子能 区镓的同位素反应截面的测量[J]. 高能物理与 核物理,2003,27(7):581-584.

PU Zhongsheng, YANG Jingkang, KONG Xiangzhong. Cross section measurements for (n, 2n), (n, p) and  $(n, n'\alpha)$  reactions on gallium isotopes at the neutron energies of 13.5, 14.1 and 14.6 MeV [J]. High Energy Physics and Nuclear Physics, 2003, 27(7): 581-584(in Chinese).

[4] 姚立山,周恩臣,蔡敦九. 14 MeV中子的(n,2n) 反应截面系统学研究[J]. 高能物理与核物理, 1987,11(4):533-542. YAO Lishan, ZHOU Encheng, CAI Dunjiu. A systematic study of (n, 2n) cross section at 14 MeV[J]. High Energy Physics and Nuclear Physics, 1987, 11(4): 533-542(in Chinese).

- [5] NIE Y B, BAO J, RUAN X C, et al. Benchmarking of evaluated nuclear data for uranium by a 14. 8 MeV neutron leakage spectra experiment with slab sample[J]. Ann Nucl Energy, 2010, 37(11): 1 456-1 460.
- [6] NIE Y B, REN J, RUAN X C, et al. The benchmark experiment on slab beryllium with D-T neutrons for validation of evaluated nuclear data[J]. Fusion Engineering and Design, 2016, 105: 8-14.
- [7] HAN R, WADA R, CHEN Z, et al. Fast neutron scattering on gallium target at 14. 8 MeV
   [J]. Nuclear Physics A, 2015, 936: 17-28.
- [8] SCHLEGEL D. TARGET user's manual, laborbericht PTB-6. 42-05-2[J]. Braunschweig, Germany: [s. n.], 2005.
- [9] DIETZE G, KLEIN H. NRESP4 and NEFF4 Monte Carlo code for the calculation of neutron response functions and detection efficiencies for NE213 scintillation detectors, PTB-ND-22[R]. Braunschweig, Germany: Physikalisch-Technische Bundesanstalt, 1982.
- [10] HUANG H X, RUAN X C, CHEN G C, et al. Measurement of the response function and the detection efficiency of an organic liquid scintillator for neutrons between 1 and 30 MeV[J]. Chin Phys C, 2009, 33(8): 677-681.