# 基于神经网络的废物桶活度测量方法研究

舒旻翔<sup>1</sup> 单陈瑜<sup>2</sup> 顾卫国<sup>3</sup> 王德忠<sup>3</sup> 1(上海交通大学国家电投智慧能源创新学院 上海 200240) 2(中广核研究院有限公司 深圳 518031) 3(上海交通大学机械与动力工程学院 上海 200240)

**摘要** 针对废物桶活度传统分段γ扫描(Segmented Gamma Scanning, SGS)测量精度低、层析γ扫描 (Tomographic Gamma Scanning, TGS)测量时间长的问题,提出了基于神经网络的新型活度测量方法(New Gamma Scanning, NGS)。在该方法中,对介质均匀分布的废物桶进行测量时,将三个不同位置的探测器的计数 率输入神经网络,可以直接输出等效环源半径,最终实现废物桶内核素总活度的准确重建。对400 L均匀水泥 废物桶进行了多组模拟测量,利用不同方法分别进行了活度重建。结果表明:对于单个源,新方法的平均相对 误差为4.26%,远小于 SGS 的误差(68.15%),与60 网格的 TGS 的误差接近(3.97%);对于多个源,新方法的平均 相对误差为24.27%,而 SGS 为48.02%, TGS 为28.61%。新方法的精度高于 SGS,达到了 TGS 的水平,而测量时 间缩短到了 TGS 的 1/20。新方法在保证了高精度的前提下大大缩短了测量时间,为低、中水平放射性固体废物 的测量提供了技术支撑。

关键词 低中放固废,无损测量,活度重建,神经网络,等效环源 中图分类号 TL81

DOI: 10.11889/j.0253-3219.2023.hjs.46.120501

#### A neural network-based method for measuring the activity of waste drum

SHU Minxiang<sup>1</sup> SHAN Chenyu<sup>2</sup> GU Weiguo<sup>3</sup> WANG Dezhong<sup>3</sup>

1(College of Smart Energy, Shanghai Jiao Tong University, Shanghai 200240, China)
 2(China Nuclear Power Technology Research Institute, Shenzhen 518031, China)
 3(Machinery and Power Engineering College, Shanghai Jiao Tong University, Shanghai 200240, China)

**Abstract** [Background] During the operation of nuclear power plants, a large amount of low and intermediate level waste (LILW) is generated, which is usually prepared into 200-L and 400-L waste drums. To ensure the safe disposal of these waste drums, they must be analyzed to determine the type and activity of the nuclides contained within them. Non-destructive assay (NDA) has been widely used in the detection of waste drums in nuclear power plants, along with segmented gamma scanning (SGS) and tomographic gamma scanning (TGS). However, the low measurement accuracy of SGS and the long measurement time of TGS limit the practical application of these methods. [Purpose] This sudy aims to shorten the measurement time while maintaining high measurement accuracy by proposing a new neural network-based method for measuring the activity of waste drum. [Methods] When the waste drum was filled with a uniform distribution of medium and rotated at a constant speed during measurement, the point source was equivalent to a ring source. The equivalent ring source in the waste drum possessed an activity equal to the total activity of all sources. The neural network model is established, the count rate of the detector at different

第一作者: 舒旻翔, 男, 2000年出生, 2021年毕业于哈尔滨工业大学, 现为硕士研究生, 研究领域为辐射测量与防护

通信作者: 王德忠, E-mail: dzwang sjtu@sina.com

收稿日期: 2023-06-13, 修回日期: 2023-08-07

First author: SHU Minxiang, male, born in 2000, graduated from Harbin Institute of Technology in 2021, master student, focusing on radiation detection and protection

Corresponding author: WANG Dezhong, E-mail: dzwang\_sjtu@sina.com

Received date: 2023-06-13, revised date: 2023-08-07

positions is used as input, and the radius of the equivalent ring source is used as output. Finally, the total activity of the waste drum is calculated. The simulated measurement is carried out in a 400-L waste drum, the medium is concrete, the radioactive source is Co-60, and 50 groups of single-source and 10 groups of multi-source are generated randomly. Different methods are used to reconstruct the activity of the waste drum. **[Results]** When there is only one radioactive source in the waste drum, the mean relative error (MRE) of activity reconstruction by the new method is 4.26%, which is much lower than that of SGS (68.15%) and close to that of TGS with 60 grids (3.97%). When there are multiple radioactive sources in the waste drum, the MRE of activity reconstruction by the new method is 24.27%, which is lower than that of SGS (48.02%) and close to that of TGS with 60 grids (28.61%). This new method achieves the equal measurement accuracy of TGS but reduce the measurement time to 1/20 of TGS. **[Conclusion]** Compared to traditional measurement methods, the new method greatly shortens the measurement time while maintaining high precision, thereby providing technical support for the measurement of LILW.

Key words LILW, NDA, Activity reconstruction, Neural network, Equivalent ring source

核电厂在运行的过程中,会产生大量的放射性 固体废物<sup>[1]</sup>,其中95%以上是低、中水平放射性固体 废物(简称低中放固废)<sup>[2]</sup>。这些低中放固废经固化 或压缩后,被整备成200L、400L废物桶<sup>[2]</sup>。由于放 射性固体废物的特殊性,其妥善管理和安全处置是 核电厂运营单位高度重视的问题。根据放射性废物 管理规定<sup>[3]</sup>,固体废物应按其放射性活度和所含核 素半衰期的不同分类贮存。因此,放射性固体废物 最终处置前,必须检测其所含放射性核素的种类与 活度。

目前,无损测量技术(Non-Destructive Assay, NDA)已广泛应用于核电厂的桶装废物核素的识别 与活度测量<sup>[4]</sup>,主要包括分段γ扫描(Segmented Gamma Scanning, SGS) 与层析 y 扫描(Tomographic Gamma Scanning, TGS)。SGS将废物桶分为多个段 层,假设每个段层内介质与核素均分布均匀,因此当 段层内介质或核素不均匀分布时会导致严重的测量 误差<sup>[5]</sup>。TGS将每个断层划分为多个体素,对每个 体素进行密度重建和活度重建,可以对介质和核素 非均匀分布的废物桶进行测量,提高了测量的精 度<sup>[6]</sup>。然而,其较多的测量次数导致其测量时间较 长,限制了其在工业上的应用。为了提高测量精度, 刘诚等提出了改进型分段γ扫描技术<sup>[7-8]</sup>,该方法将 介质均匀分布的废物桶里的点源等效为环源,通过 两个不同位置的探测器的计数率比值得到等效环源 的半径,最终实现准确的活度重建。该方法的测量 精度较传统 SGS 有较大提高,但是需要进行大量计 算来确定合适的测量位置。

近些年随着人工智能的迅速发展,神经网络等 方法也开始被应用到各个方面。有学者<sup>[9-10]</sup>利用卷 积神经网络来完成TGS透射测量图像的重建,利用 低分辨率的原始图像得到了高分辨率图像,减少了 透射测量的次数,缩短了透射测量的总时间。也有 学者利用神经网络来实现γ能谱的解析<sup>[11-12]</sup>,实现了 核素种类的快速识别,且精度高于传统方法。韩国 学者Kim等<sup>[13]</sup>将机器学习用于放射源的定位,利用 两个光子计数器和塑料闪烁光纤实现了放射源的一 维定位,可以快速找到废物桶表面的泄漏处。Bae 等<sup>[14]</sup>使用NaI探测器在平面上进行扫描,利用神经 网络实现了平面上放射源的定位(无介质)。由于废 物桶内的介质会对核素衰变产生的光子产生影响, 且废物桶内核素数量未知,因此上述放射源定位方 法无法直接应用于废物桶的测量。

针对以上问题,本文将神经网络技术与改进型 分段γ扫描技术相结合,实现废物桶等效环源位置 的快速确定,最终实现准确的活度重建。该方法简 单、快速,弥补了传统方法的不足。

#### 1 方法与原理

沿着废物桶轴向将废物桶分为多个段层。对于 介质均匀分布的废物桶,由于其匀速旋转,因此桶内 某半径上的点源可以被等效为该半径处的环形 线源<sup>[7-8,15]</sup>。



图1 点源等效为环源 Fig.1 Schematic diagram of point source equivalent to ring source

假设某一断层内有*N*个位于不同半径的同一种 类的点源,其可以等效为*N*个不同半径的环源。对 该断层进行测量时,对于核素衰变发射的能量为*e* 的γ射线,探测器的计数率为:

$$C = \alpha \sum_{n=1}^{N} A_n E_n \tag{1}$$

式中: $\alpha$ 为核素发生衰变时发射该能量的 $\gamma$ 射线的概率; $A_n$ 为第n个核素的活度; $E_n$ 为探测器对第n个核素发射出的能量为e的 $\gamma$ 射线的探测效率。假设该断层内该种核素总活度为A,第n个核素的活度 $A_n$ 与总活度A的比值为 $\varepsilon_n$ ,则探测器的计数率可以表示为:

$$C = aA \sum_{n=1}^{N} \varepsilon_n E_n$$
<sup>(2)</sup>

对 $E_n$ 进行加权平均,权重分别为 $\varepsilon_n$ ,结果为E'。则式(2)可以表示为:

$$C = \alpha A E' \tag{3}$$

由于 *E*<sub>n</sub>随着环源半径 *r* 连续,因此存在半径 *r* '使 得探测器对该处环源的探测效率为 *E*'。此时,该断 层内所有环源等效为一个环源,该等效环源的活度 与所有环源的活度之和相等。假设确定了等效环源 的半径 *r*',即可通过探测效率 *E*'和计数率 *C* 计算得 到该断层内某种核素的总活度 *A*,将每一断层求得 的活度相加,即可得到废物桶内该种核素的总活度。

废物桶测量过程中,可以直接获得探测器的计数率C。由式(3)可知,对某一层进行测量时,探测器计数率C与该层内某一核素的总活度A、等效环源半径r'有关。由于总活度A未知,因此,无法直接根据计数率C得到等效环源半径r'。

如图2所示,假设探测器在位置A和B对某一断层进行测量,计数率分别为C<sub>A</sub>、C<sub>B</sub>。根据式(3)有<sup>[15]</sup>:

$$\frac{C_{\rm A}}{C_{\rm B}} = \frac{\alpha A E(r_{\rm A})}{\alpha A E(r_{\rm A} + \Delta r)} = \frac{E(r_{\rm A})}{E(r_{\rm A} + \Delta r)}$$
(4)

式中: $r_A$ 为探测器在位置A时的等效环源半径: $r_A$ +  $\Delta r$ 为探测器在位置B时的等效环源半径。从式(4) 可知,不同位置的探测器的计数率比值仅与等效环 源的半径有关而与活度无关。不同位置的探测器的 计数率比值与等效环源半径存在函数关系该函数关 系十分复杂,难以直接计算获得。

人工智能是目前最广泛使用的用于确定各种参数之间未知和复杂关系的技术之一<sup>[16-18]</sup>。本文利用神经网络技术建立以多个不同测量位置的探测器的计数率比值作为输入,等效环源的半径作为输出的模型,利用大量的数据集对神经网络模型进行训练,建立输入和输出之间的映射关系。从而准确、快速输出等效环源的半径,最终实现准确的活度重建。



图 2 测量位置示意图 Fig.2 Diagram of measuring position

#### 2 神经网络模型

#### 2.1 数据集的获取

本文通过模拟测量来获得不同测量位置的探测 器的计数率。由于蒙特卡罗方法计算时间长,本文 利用数值计算方法来进行废物桶的模拟测量<sup>[8]</sup>。

计算探测器对不同半径的环源的探测效率时, 将环形线源离散为该半径上不同角度的多个点源, 分别计算点源位于不同角度时的探测效率。由于环 源是由点源旋转等效而来,且旋转速度恒定,因此环 形线源的活度随角度均匀分布,对同一半径不同角 度的点源对应的探测效率进行平均即可得到探测器 对该半径处的环源的探测效率。

分别按照不同的点源角度增加步长计算探测器 对环形线源的探测效率,探测器采用美国ORTEC公 司生产的高纯锗探测器,其尺寸参数如表1所示。 如图3、4所示,准直口大小为20 cm×9 cm,铁层宽度 为1 cm,铅层宽度为8 cm,准直器整体厚度为 25 cm。废物桶为核电厂常用的400 L桶,由于水泥 固化是核电厂常用的固体废物处理手段之一,因此 桶内介质设置为混凝土(密度2.3 g·cm<sup>-3</sup>),探测器正 对废物桶,放射源为Co-60,其衰变产生的γ射线能 量为1.332 5 MeV,发射光子数目为10<sup>8</sup>,源与探测器 中心处于同一高度。结果如图5、6所示。

假设点源角度增加步长为1°时的探测效率为

表1 探头尺寸参数 Table 1 Probe size parameters

部件Component	尺寸 Size / cm
晶体直径Crystal diameter	6.09
晶体长度Crystal length	5.18
冷指直径Cold finger diameter	0.87
冷指长度Cold finger length	3.82
死层厚度Dead layer thickness	0.07
真空层厚度 Vacuum layer thickness	0.50
铝壳厚度 Aluminum shell thickness	0.15



图4 测量系统示意图 Fig.4 Schematic diagram of measurement system

 $E_1$ ,步长为*j*时的探测效率为 $E_j$ (*j*=2°, 4°, 5°, 10°, 20°),相对误差 $\delta$ 为:

$$\delta = \frac{E_j - E_1}{E_1} \tag{5}$$

点源位于不同半径,不同角度增加步长下的相 对误差δ如表2所示。



图5 步长为20°时,探测器对不同角度点源的探测效率 Fig.5 Detection efficiency of point sources at different angles when step is 20°

可以看到,用探测器对某半径处不同角度点源的探测效率的平均值来表示探测器对该半径处环形线源的探测效率时,所选择的点源间的不同角度步长对计算结果基本没有影响。步长为2°、4°、5°、10°和20°对应的探测效率计算结果与步长为1°的探测效率计算结果相对误差均在±3%以内。因此,为了减小计算量,可以分别计算出探测器对某半径上均匀分布的18个点源(每两者间隔20°)的探测效率,



图6 不同步长下的探测效率 Fig.6 Detection efficiency at different steps

表2 不同步长下的相对误差(%) Table 2 Relative error at different steps (%)

半径	步长 Step / (°)							
Radius / cm	2	4	5	10	20			
5	-0.47	-0.15	-1.02	0.02	-0.16			
15	-1.79	-0.22	-2.56	-1.97	-2.25			
30	0.48	-0.65	-1.22	-1.17	-0.69			

再将其平均便可得到探测器对该半径处的环形线源 的探测效率。

本文利用多个测量位置的探测器的计数率比值 来确定等效环源的半径。因此,需要分别计算环源 位于不同半径时,不同测量位置的探测器的计数率。 计算工况与上文相同,结果如表3所示。其中y表示 探测器的偏移距离。

表3 不同测量位置的探测器的计数率计算结果 Table 3 Count rate for detectors at different measurement positions

半径	半径   偏移距离						
Radius Offset distance / cm							
/ cm	0	7	14	21	28		
0	54.74	54.50	54.00	51.72	33.58		
5	63.65	63.28	61.97	57.74	36.18		
10	95.99	95.34	92.95	76.56	49.57		
15	170.81	169.55	156.23	121.93	84.92		
20	327.88	317.73	269.54	214.53	157.80		
25	689.21	632.38	526.52	411.81	332.97		
30	1 427.17	1 352.02	1 164.03	864.96	763.96		
35	2 843.78	2 754.52	2 935.31	2 103.79	1 936.98		

为了得到不同半径环源下的探测器的计数率, 对表3中的计算结果进行三次样条插值,得到不同 半径环源下不同测量位置的探测器的计数率。结果 如图7所示。其中图7(a)为利用三次样条插值得到 的结果,图7(b)为根据数值计算得到的结果。

假设插值的计数率结果为 $C_{int}$ ,数值计算的结果为 $C_{eal}$ ,相对误差为:



图7 计数率结果 (a) 插值结果,(b) 数值计算结果 Fig.7 Results of count rate (a) Interpolation, (b) Numeral calculation

$$error = \frac{C_{int} - C_{cal}}{C_{cal}}$$
(6)

不同环源半径下计数率的相对误差结果 见表4。

寻	₹4	计数率插值	直与数值i	计算结:	果相对说	吴差(%)	
Table 4	Re	lative erro	r of coun	t rate b	oetween	interpolat	ion
		and nun	nerical ca	lculati	on (%)		

半径	偏移距离 Offset distance / cm						
Radius / cm	0	7	14	21	28		
2.5	1.37	1.37	1.22	0.48	0.46		
7.5	-2.15	-2.29	-2.33	-3.06	-2.39		
12.5	1.70	1.42	2.28	2.39	3.39		
17.5	-0.88	-0.60	-1.88	0.75	-0.53		
22.5	-0.76	-1.40	0.34	1.61	1.95		
27.5	-0.54	-0.14	-3.59	-2.49	-3.14		
32.5	5.75	3.24	6.66	7.34	7.60		

可以看出,当环源半径小于等于27.5 cm时,计 数率插值结果与数值计算结果相对误差均小于 ±4%。当源靠近废物桶边缘时,计数率插值结果与 数值计算结果相对误差增大,但仍小于8%。因此, 可以利用三次样条插值来获得源在不同半径时不同 测量位置的探测器的计数率。

#### 2.2 神经网络模型

假设每个测量位置的探测器的计数率为*C<sub>i</sub>(i=*0,1,2,…),所有计数率的平均值为*C*,定义相对计数率比值:

$$a_i = \frac{C_i}{C} \tag{7}$$

将相对计数率比值*a*,作为神经网络的输入。等 效环源半径*r*′作为神经网络的输出。

本文使用误差反向传播(Back Propagation,BP) 神经网络,迭代算法为梯度下降法,输入层神经元数 量与探测器数量相等,均为3,隐层数量为2,每层隐 层的神经元数目为8,激活函数为tanh函数,学习率 为0.5,迭代次数为10万,输出层神经元数量为1。 神经网络模型用 Python3.7搭建,神经网络训练过程 如图8所示。

神经网络的数据集分为两部分:训练集和测试 集。通过三次样条插值得到0~35 cm内的500组不 同半径的Co-60环源所对应的不同测量位置的探测 器的计数率,将对应的相对计数率比值和环源半径 作为训练集。再随机生成50个不同半径的Co-60环 源,将其对应的相对计数率比值和环源半径作为测 试集。





假设训练集中环源的真实半径分别为 $r_i$ (*i*=1,2, ...,500),每轮迭代后神经网络输出的环源预测半径 分别为 $r_j$ (*j*=1,2,...,500)。每轮迭代后环源半径的 预测值与真实值的平均绝对误差(Mean Absolute Error,MAE),即神经网络的损失函数为:

$$\operatorname{loss\_r} = \frac{\sum_{ij=1}^{500} \left| r_i - r_j \right|}{500} \tag{9}$$

每轮迭代后的loss\_r结果如图9所示。迭代10 万轮后,loss\_r已经收敛,说明神经网络已经完成 训练。

神经网络训练完成后,便可根据测试集中各个 相对计数率比值直接预测等效环源半径,最终实现



图 11 基于神经网络的废物桶活度重建过程示意图 Fig.11 Process diagram of activity reconstruction of waste drum based on neural network

# 3 结果与分析

#### 3.1 单环源的结果

当断层内只有一个点源或者多个点源位于同一 半径时,此时只有一个环源,等效环源半径即为环源 半径。图12为将3个不同测量位置的探测器(偏移 距离分别为0 cm、21 cm、28 cm)的相对计数率比值 作为输入时,神经网络的预测结果。其中,横轴r,表 示环源的真实半径,纵轴r,表示预测半径。

环源半径预测值与真实值的绝对误差为:

$$\Delta r = \left| r_{\rm p} - r_{\rm t} \right| \tag{10}$$

测试集中50组环源半径的预测值与真实值平均绝对误差为0.429 cm,最大值为1.175 cm,均方根误差(Root Mean Square Error, RMSE)为0.536 cm, 其计算公式为:



图 12 环源半径的预测值与真实值 Fig.12 Predicted and true radii of ring source

$$RMSE = \sqrt{\frac{\sum \Delta r_i^2}{50}}$$
(11)

对测试集中环源半径的预测值与真实值进行线性拟合,拟合直线斜率为1.006,相关系数为0.997,

说明预测值与真实值有着良好的线性关系,神经网 络可以准确预测等效环源的半径。

利用神经网络预测得到等效环源的半径后,根据式(12)可重建出源的活度。其中, $A_p$ 为环源的活度重建值;C为探测器的计数率; $\alpha$ 为核素衰变发射出该能量的 $\gamma$ 射线的概率; $E_p$ 表示源的半径为 $r_p$ 时, 探测器的探测效率。

$$A_{\rm p} = \frac{C}{\alpha E_{\rm p}} \tag{12}$$

测试集中50组环源的活度重建结果见图13。 由图13可知,当源靠近废物桶的中间区域(r= 20 cm)时,活度的重建值与真实值相对误差较大;对 于靠近废物桶中心(r=0 cm)和边缘(r=35 cm)的源, 活度重建值的误差较小。计算50组环源的活度重 建值与真实值的相对误差,其平均值为4.26%,最大 值为12.63%,标准差为5.28%。



图 13 单环源活度重建结果 Fig.13 Activity reconstruction value of single ring source

### 3.2 多环源的结果

当废物桶内存在多个环源时,相比于单环源情况,此时每个探测器的等效环源不一定重合,由于神 经网络只输出一个值,因此等效环源的预测值与真 实值会产生更大的误差,导致活度重建的误差增大。 由于实际测量过程中废物桶内源数量未知,因此,必 须计算废物桶内存在多个环源时,活度重建结果的 误差。

为了模拟多环源的情况,将测试集中的50个环 源随机分为10组,每组包含5个环源。分别计算每 组5个环源活度相等时,3个不同测量位置的探测器 (偏移距离分别为0 cm、21 cm、28 cm)的相对计数率 比值。将其作为输入,利用神经网络输出等效环源 的半径r。计算环源半径为r时各探测器的探测效 率*E*,代入式(12)即可计算出等效环源的活度*A*。

10 组多环源的活度重建结果见图 14。10 组活 度重建结果的平均相对误差(Mean Relative Error, MRE)为 24.27%,最大值为 42.41%,标准差为 26.53%。由于多个环源存在时三个探测器的等效 环源不再重合,因此神经网络预测等效环源半径偏 大,导致探测效率偏大,代入式(12),活度重建值 偏小。



图 14 多个源活度重建结果 Fig.14 Reconstructed value of total activity from multiple sources

# 3.3 传统测量方法的结果

利用传统的测量方法进行废物桶的活度重建, 将基于传统测量方法的结果与新方法的结果对比, 验证新方法的可靠性。

首先利用分段γ扫描方法SGS进行废物桶的测量。SGS需先确定每层的高度以计算探测效率*E*<sub>s</sub>。 根据§2.1的准直器开口和测量距离,层高设置为 12 cm。

探测器正对废物桶,其他条件与§2.1相同。将 探测器探测效率E<sub>a</sub>和计数率C<sub>a</sub>代入式(12)即可得到 源活度的重建值A<sub>a</sub>。对测试集中50组单环源进行 活度重建,结果见图15(a)。由于SGS假设源在介 质内均匀分布,因此当环源靠近废物桶中心时,探测 效率计算值偏大,导致活度重建值偏小;当环源靠近 废物桶边缘时,探测效率计算值偏小,导致活度重建 值偏大。

50组单环源活度重建值与真实值的相对误差 平均值为68.15%,最大值为114.54%,标准差为 74.56%。

分别将§3.2中10组多环源对应的偏移距离为0 的探测器的计数率和探测效率代入式(12)进行活度 重建,10组多环源的活度重建结果见图15(b)。计 算10组多环源总活度重建值与真实值的相对误差, 其平均值为48.02%,最大值为86.96%,标准差为 50.95%。从图15(a)可知,源环半径接近27 cm时探 测效率与SGS假设的体源探测效率相等,而10组多 环源下的环源平均半径均小于27 cm,导致探测效 率值偏大,活度重建值偏小。

利用测量精度更高的层析γ扫描方法TGS进行



图 15 SGS 活度重建结果 (a) 单环源,(b) 多环源 Fig.15 Activity reconstruction value of SGS (a) Single source, (b) Multi-sources

废物桶的测量。由于本文对均匀废物桶进行研究, 因此本文采用两种网格划分方式,第一种为传统 TGS,在废物桶径向和周向进行划分,此时点源不再 等效为环源;第二种只在废物桶的径向上进行划分, 该种划分方式对应的扫描方法也称为半层析扫描 (Semi-tomographic Gamma Scanning, STGS)<sup>[19-20]</sup>。 此时点源等效为环源。



#### 图 16 两种网格划分方式 Fig.16 Two grid division methods

按TGS进行网格划分时,沿着废物桶径向划分 5次;沿着废物桶周向划分12次;废物桶每个断层被 划分为60个网格。探测器在周向上有12个测量位 置;在偏移方向有5个测量位置;每次TGS探测器一 共进行60次测量。按STGS进行网格划分时,只需 沿着废物桶径向划分,分别将废物桶每个断层划分 为3个和5个网格。

分别利用数值计算方法得到探测器的探测效率 矩阵 E 与计数率向量 C,其中工况设置与§2.1 相同。 代入式(13),其中 E<sub>ij</sub>(*i*,*j*=0,1,…,*n*)表示探测器位 于第*i*个探测位置,放射源位于第*j*个网格的几何中 心时探测器的探测效率。C<sub>i</sub>(*i*=0,1,…,*n*)表示源位 于测试集中环源半径的真实值*r*<sub>i</sub>时,探测器在每个 测量位置时的计数率。*n*为网格数量。

$$\begin{pmatrix} E_{11} & E_{12} & \cdots & E_{1n} \\ E_{21} & E_{22} & \cdots & E_{2n} \\ \vdots & \vdots & & \vdots \\ E_{n1} & E_{n2} & \cdots & E_{nn} \end{pmatrix} \begin{pmatrix} A_1 \\ A_2 \\ \vdots \\ A_n \end{pmatrix} = \begin{pmatrix} C_1 \\ C_2 \\ \vdots \\ C_n \end{pmatrix}$$
(13)

Likelihood Expectation Maximization, MLEM) 对公式(13)求解<sup>[21]</sup>,其迭代公式为:

$$A_{j}^{(k+1)} = \frac{A_{j}^{(k)}}{\sum_{i=1}^{n} E_{ij}} \sum_{i=1}^{n} \frac{E_{ij}C_{i}}{\langle E^{i}, A^{(k)} \rangle}$$
(14)

其中:A<sub>j</sub><sup>(k+1)</sup>为第k次迭代时,第j个网格的活度求解 值;E<sup>i</sup>为探测效率矩阵E的第i行;A<sup>(k)</sup>为活度向量A 第k次迭代时的结果。

利用式(13)、(14)解得每个网格的活度值A<sub>j</sub>,将 所有网格的活度重建值求和即可得到总活度。

根据TGS进行测量与活度重建的结果如图17 所示。50组单点源活度重建结果的平均相对误差 为3.97%,最大误差为16.02%,标准差为4.97%。由 于最外圈网格几何中心所在半径为31.5 cm,因此, 当源所在半径大于31.5 cm时,活度重建值偏大,且 随着源半径增加迅速增加,与图17(a)的结果符合。 分别计算10组多点源活度重建结果的相对误差,其 平均值为28.61%,最大值为80.63%,标准差为 56.38%。

根据 STGS 进行测量时,环源的活度重建结果如图 18 所示。当网格数目为3时,50组单环源活度 重建值与真实值的相对误差的平均值为44.53%,最 大值为689.46%,标准差为141.67%。10组多环源活 度重建结果的相对误差的平均值为46.07%,最大值 为133.28%,标准差为71.54%。当网格数目为5时, 50 组单环源活度重建结果的相对误差平均值为 22.73%,最大值为251.83%,标准差为48.44%。10 组多环源活度重建结果的相对误差的平均值为 8.95%,最大值为23.14%,标准差为31.53%。

从图18(a)可知,当环源半径小于20 cm时,用3 网格和5 网格划分方式进行活度重建的误差均较小,当环源半径大于20 cm时,随着环源半径增加,环源先远离某一网格的中心再靠近下一网格的中心,活度重建误差先增加再减小。由于3 网格划分时最外圈网格的几何中心半径为29.5 cm,5 网格划



图 17 TGS 活度重建结果 (a) 单点源,(b) 多点源 Fig.17 Activity reconstruction results of TGS (a) Single source, (b) Multi-sources

分时最外圈网格的几何中心半径为31.5 cm,因此, 当环源半径大于最外圈网格的几何中心的半径之 后,活度重建值偏大,误差随着源半径增加快速增 加。对于靠近废物桶边缘的环源,增加网格数量可 以有效提高活度重建的精度;对于废物桶内部的环 源,3网格和5网格划分方式对活度重建的精度的影响不大。当废物桶内有多个环源时,根据3网格划分的活度重建的误差明显高于5网格的误差,因此,对于多环源情况,增加网格数量可以提高测量精度。 但是测量次数和总时间也会随之增加。



图 18 STGS 活度重建结果 (a) 单环源,(b) 多环源 Fig.18 Activity reconstruction results of STGS (a) Single source, (b) Multi-sources

#### 3.4 结果对比与分析

不同测量方法下的活度重建误差如表6、7所

示。其中,NGS表示新方法,TGS-n或者STGS-n表 示根据n个网格进行TGS或者STGS(*n*=3,5,60)。

	表5 单源活度重建结果
Table 5	Activity reconstruction results of single source

		NGS	SGS	STGS-3	STGS-5	TGS-60
误差 Error / %	平均值 Average	4.26	68.15	44.53	22.73	3.97
	最大值 Maximum	12.63	114.54	689.46	251.83	16.02
	标准差 Standard deviation	5.33	75.32	141.67	48.44	4.97

表6 多源活度重建结果 Table 6 Activity reconstruction results of multi-source

		NGS	SGS	STGS-3	STGS-5	TGS-60
误差Error/%	平均值 Average	24.27	48.02	46.07	8.95	28.61
	最大值Maximum	42.41	86.96	133.28	23.14	80.63
	标准差 Standard deviation	27.97	53.71	71.54	31.53	56.38

假设探测器在每个测量位置上的测量时间为无 量纲单位1,则 SGS 的测量时间为1,3 网格的 STGS 为3,5网格的STGS为5,60网格的TGS为60,新方法的为3。

可以看到,对于单环源,新方法进行测量的精度 达到了基于 60 网格划分的 TGS 的精度。相比于 SGS,新方法精度提高了一个数量级。相比于 STGS,新方法进行活度重建时的误差基本不受环源 半径的影响,可以完成对废物桶边缘的环源活度的 准确重建。当废物桶内存在多个源时,新方法的平 均相对误差仅为 SGS 与 STGS(3 网格)的误差的一 半,与60 网格划分的 TGS 的误差接近;同样,除了 STGS(5 网格),新方法的误差最大值仅为其他方法 的1/2 或者 1/3。此外,新方法的测量位置较少,其总 测量时间为基于 60 网格划分的 TGS 方法的 1/20。 新方法在保证了高测量精度的前提下,大大缩短了 测量时间。

# 4 结语

针对传统无损测量方法 SGS 精度低、TGS 测量 时间长的问题,本文提出了基于神经网络的废物桶 活度测量方法。该方法通过不同测量位置的探测器 计数率可以快速精准地输出废物桶的等效环源的半 径,从而实现准确的活度重建。分别进行了 50 组单 Co-60 源和 10 组多 Co-60 源的模拟测量和活度重 建,得到了以下结论:

1)新方法可以快速、准确地得到等效环源的半径。对于50个随机生成的Co-60环源半径,环源半径的预测值与真实值平均绝对误差为0.429 cm,均方根误差为0.536 cm。

2)利用新方法对400L水泥废物桶进行模拟测量与活度重建时,对于50组单Co-60源,活度重建值与真实值的平均相对误差为4.26%,且对废物桶中心和边缘区域的源的活度重建误差达到100%。基于60网格的TGS平均相对误差为3.97%。对于10组多Co-60源,新方法平均相对误差为24.27%,SGS为48.02%,60网格的TGS为28.61%。说明新方法的测量精度远高于SGS,达到了TGS的水平,但是其测量时间仅为相同精度TGS的1/20。

3)利用 STGS 对其进行单 Co-60 源的模拟测量 与活度重建时,活度重建值受源半径影响较大,而新 方法基本不受源半径的影响。对于多 Co-60 源,在 相同测量时间下,新方法的平均相对误差均为 STGS 的一半。

4)本文使用的神经网络训练集目前只包括 400 L 水泥废物桶,待测核素为 Co-60,因此目前神 经网络只能对 400 L 水泥废物桶中的 Co-60 进行预 测,若要对其他类型废物桶、其他密度介质、其他核 素进行预测,需要在训练集中添加对应工况的结果 以及增加神经网络输入层神经元的数量。

综上所述,对于介质均匀分布的废物桶,本文提 出的新方法相较于传统测量方法,在保证了高测量 精度的前提下大大缩短了测量时间,为低中放固废 的快速测量提供了技术支撑。

作者贡献声明 舒旻翔负责直接参与论文研究、模拟计算以及论文撰写;单陈瑜负责提供技术支持;顾 卫国负责提供论文指导与技术支持;王德忠负责提 供技术支持。

参考文献

 黄来喜,何文新,陈德淦.大亚湾核电站放射性固体废物管理[J].辐射防护,2004,24(S1):211-226.DOI:10. 3321/j.issn:1000-8187.2004.03.009.

HUANG Laixi, HE Wenxin, CHEN Degan. Solid radioactive waste management in Daya Bay nuclear power station[J]. Radialization Protection, 2004, **24**(S1): 211 – 226. DOI: 10.3321/j.issn:1000-8187.2004.03.009.

- 2 Atomenergie-Organisation I. Interim storage of radioactive waste packages[R]. IAEA, Vienna, 1998.
- 3 国家质量监督检验检疫总局.放射性废物管理规定: GB 14500—2002[S].北京:中国标准出版社,2004. General Administration of Quality Supervision, Inspection and Quarantine of the People's Republic of China. Regulations for radioactive waste management: GB 14500—2002[S]. Beijing: Standards Press of China, 2004.
- Estep R J, Prettyman T H, Sheppard G A. Tomographic gamma scanning to assay heterogeneous radioactive waste [J]. Nuclear Science and Engineering, 1994, 118(3): 145 152. DOI: 10.13182/nse94-a19380.
- 5 Bronson F, Atrashkevich V, Geurkov G, et al. Probabilistic uncertainty estimator for gammaspectroscopy measurements[J]. Journal of Radioanalytical and Nuclear Chemistry, 2008, 276(3): 589 – 594. DOI: 10.1007/s10967-008-0604-z.
- 6 Venkataraman R, Villani M, Croft S, et al. An integrated Tomographic Gamma Scanning system for nondestructive assay of radioactive waste[J]. Nuclear Instruments and Methods in Physics Research Section A: Accelerators, Spectrometers, Detectors and Associated Equipment, 2007, 579(1): 375 - 379. DOI: 10.1016/j. nima.2007.04.125.
- 7 刘诚, 王德忠, 李厚文, 等. 基于双探测器校正的分段γ 扫描技术研究[J]. 核技术, 2010, **33**(5): 342 - 345.

LIU Cheng, WANG Dezhong, LI Houwen, *et al.* An improved gamma scanning technique using two detectors at off-center positions[J]. Nuclear Techniques, 2010, **33** (5): 342 – 345.

8 钱楠, 顾卫国, 王川, 等. 双探测位置分段γ扫描系统研究[J]. 原子能科学技术, 2015, 49(1): 147 - 153. DOI: 10. 7538/yzk.2015.49.01.0147.

QIAN Nan, GU Weiguo, WANG Chuan, *et al.* Research of two-measurement position segmented gamma scanning system[J]. Atomic Energy Science and Technology, 2015, **49**(1): 147 – 153. DOI: 10.7538/yzk.2015.49.01.0147.

- Wang C M, Shi R, Tuo X G, et al. Reconstruction of tomographic gamma scanning transmission image from sparse projections based on convolutional neural networks [J]. Nuclear Instruments and Methods in Physics Research Section A: Accelerators, Spectrometers, Detectors and Associated Equipment, 2022, 1039: 167110. DOI: 10.1016/j.nima.2022.167110.
- 10 Yang H, Dong B, Gu W G, et al. Transmission reconstruction algorithm by combining maximumlikelihood expectation maximization and a convolutional neural network for radioactive drum characterization[J]. Applied Radiation and Isotopes, 2022, **184**: 110172. DOI: 10.1016/j.apradiso.2022.110172.
- 11 Galib S M, Bhowmik P K, Avachat A V, et al. A comparative study of machine learning methods for automated identification of radioisotopes using NaI gamma-ray spectra[J]. Nuclear Engineering and Technology, 2021, 53(12): 4072 4079. DOI: 10.1016/j. net.2021.06.020.
- 12 Teke C, Akkurt I, Arslankaya S, *et al.* Prediction of gamma ray spectrum for <sup>22</sup>Na source by feed forward back propagation ANN model[J]. Radiation Physics and Chemistry, 2023, **202**: 110558. DOI: 10.1016/j. radphyschem.2022.110558.
- 13 Kim J, Kim S, Song S, *et al.* Comparison of theoretical and machine learning models to estimate gamma ray source positions using plastic scintillating optical fiber detector[J]. Nuclear Engineering and Technology, 2021, 53(10): 3431 3437. DOI: 10.17148/iarjset/nciarcse. 2017.22.
- 14 Bae J, Min S, Seo B, *et al.* Low-activity hotspot investigation method via scanning using deep learning[J].

Frontiers in Energy Research, 2022, **10**: 956596. DOI: 10.3389/fenrg.2022.956596.

- 15 Gu W G, Wang D Z, Tang X H, et al. An improved gamma scanning assay method for the 400-L compacted radioactive waste drum based on the segmented equivalent ring source[J]. IEEE Transactions on Nuclear Science, 2019, 66(7): 1889 - 1896. DOI: 10.1109/ TNS.2019.2920180.
- Gholipour Peyvandi R, Islami rad S Z. Precise prediction of radiation interaction position in plastic rod scintillators using a fast and simple technique: artificial neural network [J]. Nuclear Engineering and Technology, 2018, 50(7): 1154 1159. DOI: 10.1016/j.net.2018.06.005.
- Rupali M, Amit P. A review paper on general concepts of "artificial intelligence and machine learning" [J]. IARJSET, 2017, 4(4): 79 - 82. DOI: 10.17148/iarjset/ nciarcse.2017.22.
- 18 王江玮, 顾卫国, 杨桧, 等. 基于深度神经网络的放射性 废物桶γ能谱解析方法[J]. 核技术, 2022, 45(4): 040501.
   DOI: 10.11889/j.0253-3219.2022.hjs.45.040501.
   WANG Jiangwei, GU Weiguo, YANG Hui, *et al.* Analytical method for γ energy spectrum of radioactive waste drum based on deep neural network[J]. Nuclear Techniques, 2022, 45(4): 040501. DOI: 10.11889/j.0253-3219.2022.hjs.45.040501.
- 19 Gu W G, Rao K Y, Wang D Z, et al. Semi-tomographic gamma scanning technique for non-destructive assay of radioactive waste drums[J]. IEEE Transactions on Nuclear Science, 2016, 63(6): 2793 – 2800. DOI: 10.1109/ TNS.2016.2614964.
- 20 Wang D Z, Yang H, Gu W G, et al. New gamma scanning technology for 200L and 400L low and intermediate level solid waste[C]. Proceedings of 2022 29th International Conference on Nuclear Engineering, August 8-12, 2022, Virtual, Online. 2022. DOI: 10.1115/ICONE29-92372.
- 21 Prettyman T H, Cole R A, Estep R J, et al. A maximumlikelihood reconstruction algorithm for tomographic gamma-ray nondestructive assay[J]. Nuclear Instruments and Methods in Physics Research Section A: Accelerators, Spectrometers, Detectors and Associated Equipment, 1995, **356**(2 - 3): 470 - 475. DOI: 10.1016/ 0168-9002(94)01352-7.