

一、基本信息

姓 名	林松涛	性 别	男	出生年月日 (公历)	1962/10/31
民 族	汉族	出 生 地	辽宁省沈阳市		
党 派	中共	籍 贯	辽宁省沈阳市		
身份证件名称	身份证	证件编号	11010819621031637X		
工作单位	中冶建筑研究总院有限公司			行政职务	副总工程师
单位所属部门、省、自治区、直辖市		国务院国有资产监督管理委员会			
单位通讯地址	北京市海淀区西土城路 33 号				
单位所在地	北京市海淀区			邮政编码	100088
单位电话	010-82227418	住宅电话	010-82227418	手 机	13901060932
传 真	010-82227418	电子信箱	linsongtao@vip.sina.com		
专业或专长	结构工程(核电重大基础设施安全检测评估)			技术职称	教授级高工
曾被提名、推荐为 院士候选人情况	年度 (工程院)				
	年度 (科学院)				

二、主要学历 (从大专或大学填起, 六项以内)

起 止 年 月	校 (院) 及系名称	专 业	学 位
1979.9-1983.7	北京航空航天大学	飞行器设计与工程力学	学士
1983.9-1986.5	中冶建筑研究总院	结构工程	硕士

三、主要经历（十项以内）

起止年月	工作单位	行政职务/技术职务/职称
1986.5-1992.5	中冶建筑研究总院(原冶金部建筑研究总院)混凝土结构所	//工程师
1992.5-2001.5	中冶集团建筑研究总院(原冶金部建筑研究总院)结构所	结构试验室主任/副总工/教授级高工
2001.5-2002.12	中冶集团建筑研究总院结构抗震分院	副院长//教授级高工
2002.12-2013.12	中冶建筑研究总院有限公司建筑工程检测中心	副主任/总工程师/教授级高工
2013.12-至今	中冶建筑研究总院有限公司	二级单位副总经理/总院副总工程师/教授级高工

四、主要学术团体兼职（六项以内）

起止年月	学术团体名称	兼职职务
2018.11-至今	中国核工业勘察设计协会核工业结构专业委员会	常务理事
2018.7-至今	中国核学会核安全专业委员会	常务理事
2018.9-至今	中国钢结构协会核电钢结构分会	秘书长
2017.4-至今	中国工程建设焊接协会质量及检测委员会	主任委员
2012.12-至今	中国钢结构协会钢结构质量安全检测鉴定专业委员会	副理事长
2017.11-至今	中国混凝土与水泥制品协会混凝土材料与工程检测分会	专家委员会主任委员

五、在工程科技方面的主要成就和贡献（限 3000 字）

核电是一种公认清洁能源，是调整我国主要依赖火力发电，走向电力供给多元化的必由选择。核电发展的前提是安全，只有在确保安全的基础上才能更好地充分利用好核能。

安全壳是核电站重大的标志性安全基础设施，是核反应堆的最后一道安全屏障，是核电站安全环保运行的重要保障，在核电站运行寿期内不可更换。为确保安全壳系统的安全可靠，必须在设计建造、竣工验收、安全服役以及后期延寿的全过程中，对其进行持续的安全检测评估。

林松涛同志长期致力于核电重大基础设施安全检测评估技术研究及工程实践。自我国第一座秦山核电站建设开始，在30多年的时间里，在核电站安全壳系统全寿期检测、监测及可靠性评定技术领域坚持自主创新，取得了系统的理论和应用成果，开创了我国核电站安全壳检测评估的新领域。为我国核电站安全运行提供了重要保障。他是我国核电重大基础设施安全检测评估领域的学术带头人。他曾获国家技术发明二等奖1项（排名第1）、国家科技进步二等奖1项（排名第1）、国家科技进步三等奖1项（排名第5），成果应用于我国所有自主建设和援外的核电项目60余座。他在工程科技方面的主要贡献如下：

1、建立了我国核电站安全壳可靠性评价技术体系，解决了安全壳整体性检测与可靠性评定的系列难题，打破了国外的技术封锁，形成了拥有自主知识产权的中国方案，实现了70余个堆次的工程应用，国内市场占有率接近100%，填补了我国核电工程自主验收的技术空白。以第一完成人获得2001年国家科技进步二等奖1项。

1)、依托国家九五科技攻关项目，通过 1: 10 安全壳结构模型的设计、建造和静动力试验。以及对实体安全壳结构进行的大量有限元仿真分析，开发了适用于安全壳结构安全评估的计算分析软件程序，建立了安全壳结构整体性检测与评估技术方法体系，明确了检测内容和验收准则。

2)、通过高温、高压等复杂环境的模拟试验，系统解决了高压、高温、高湿和强电磁干扰环境下混凝土应变测量传感器、位移测量传感器、

静力水准测量仪、钢束力测量传感器等安全壳结构监测仪表的可靠性、耐久性、抗干扰性及敏感度检测机理问题。

3)、建立了完善的安全壳结构整体性试验的数据自动采集和分析处理系统,解决了大型结构试验中多参数、多测点、持续时间长、环境影响复杂等关键技术难点。

4)、形成的安全壳结构检测、监测与评估方法已被纳入能源行业标准体系,主编了国内首部用于核电站安全壳结构整体性能检测的能源行业标准---《压水堆核电厂安全壳结构整体性试验》(NB/T20017-2010),并获得了多项专利和软件著作权。

2、发明了安全壳预应力长期损失监测评估技术,突破了美、法等核电大国的技术垄断,实现了技术自主化,形成了预应力损失监测与评估的成套技术,建立了安全壳在役期间安全裕度评价体系,取代了法国对该领域的技术垄断,目前已在50余个核电站中得到应用。为核电站的安全运行提供了技术保障。以第一完成人获得2014年国家技术发明二等奖1项。

1)、依托国家科技部科研院所专项资金项目:核电站安全壳预应力损失监控与评估成套技术(国科发财【2012】453号 2012EG213093),通过深入研究和充分论证,经过反复的试验和技术改造,创造性地开发出高温(160℃)高压注油技术,解决了预应力孔道填充油脂和石蜡的快速加热和孔道预热技术,建立了安全壳预应力孔道高温高压灌油(蜡)技术工艺流程,开发了用于监测预应力损失的高温大量程钢束力传感器,建立了安全壳无粘结预应力长期损失监测体系。主编了能源行业标准《压水堆核电厂安全壳预应力技术规程》,解决了核电站安全壳结构无粘结预应力长期损失的监测难题,建立了安全壳预应力损失评估的成套技术。

2)、在国家科技部专项资金和北京市科委的支持下,通过多种方案对比试验,选择利用纤维增强复合材料包裹的光纤光栅传感(FRP-OFBG)技术,通过大量的模型和构件试验,解决了测试信号的有效传输和预应力筋端头复杂锚固条件下的保护问题,研制出兼具承载能力和测量功能

的智能钢绞线。

3)、开发出了核电站安全壳光纤光栅监测钢绞线技术，首次实现对有粘结预应力钢绞线任意位置实际应力状态的直接监测，解决了安全壳结构在役检查和老化评估的关键技术问题。提出了有粘结预应力值长期损失监测的技术方法，建立了有粘结预应力损失的评估体系。

3、创建了安全壳老化评估技术体系，提出了安全壳老化的量化评价标准，解决了安全壳延期服役的技术难题。并应用于秦山核电站延寿项目，为国家核安全主管部门的决策提供了技术支撑。实现了我国核电设计、建造、验收、运行和延寿的全过程自主化。

1)、依托国家科技部科研院所专项资金项目：核电站安全壳结构耐久性研究及安全评估技术（国科发财字【2005】300号），在国内率先开展安全壳系统老化机理的研究，建立了基于事故树理论的老化状态分级评价方法，自主开发了安全壳结构老化管理数据库软件，形成了一套完整的安全壳结构老化管理与寿命评价技术体系，解决了安全壳延期服役的技术难题。

2)、建立了基于故障树理论的安全壳结构老化状态劣化树模型，形成从机理出发的老化状态评级方法，解决了安全壳老化状态评价和寿命评估技术难题。

针对核电站安全壳的特殊使用环境，开展了一系列加速老化模拟试验，确定了24项安全壳老化机理，并对每项机理的劣化状态、趋势进行了研究，提出了量化的评价标准。并构建了基于事故树分析法的安全壳结构性能的劣化树评价模型（EMDT），确定了安全壳性能劣化发生的主要路径、劣化因素的基本事件，以及劣化基本事件因素间的逻辑关系。在对混凝土材料性能劣化、预应力系统性能劣化和钢内衬、贯穿件系统损伤三个子系统单独评价基础上，考虑三项性能劣化的综合作用对安全壳老化状态进行综合评价，创建了安全壳老化评估技术体系。

3)、解决了安全壳老化状态评价和寿命评估技术难题，基于本项目研究成果的评估与管理方法已被纳入标准，主编了《核电厂预应力混凝土安全壳结构在役检查要求》、《核电厂预应力混凝土安全壳老化管

理指南》2部能源行业标准，为核电站安全壳系统的日常老化管理工作提供了技术依据。为核电站安全壳结构延寿工作奠定了技术基础。

4)、基于安全壳结构老化状态劣化树评价模型，开发了安全壳结构老化管理数据库软件，创立了核电站安全壳老化管理方法，解决了核电站安全壳延期服役的技术管理难题。

创立了安全壳老化管理和评估数据库平台架构，将混凝土材料、预应力系统、钢内衬和贯穿件系统的劣化和损伤程度及分级评估方法引入数据库平台。并根据我国不同技术体系核电站安全壳的实际运行情况，确定了老化管理核心机制和流程，制定了具有针对性的老化管理实施程序，形成了一套完整的安全壳结构老化管理技术体系，保障了安全壳在设计运行寿期内的安全性，奠定了我国核电站安全壳延期服役工作基础。

林松涛同志先后获国家科技奖3项，省部级科技奖11项；专利数十项；专著2部，论文32篇；主持制定了《压水堆核电厂安全壳结构整体性试验》、《核电厂预应力混凝土安全壳结构在役检查》等7部国家、行业标准，为核电领域的技术立法、标准化体系建立做出了突出贡献。

系列成果除全面占领国内市场外，在巴基斯坦、罗马尼亚等国家的7个核电站12个堆次中也得到推广应用。为我国核电站持续安全可靠运行、为中国核电走向国门发挥了积极作用。

六、重要科技奖项 [包括国家三大奖，省、部级一、二等奖等，限填六项以内（同一成果及相关科技奖项，只填写一项最高奖项）。请在“基本信息”栏内按顺序填写成果（项目）名称，类别（国家、省、部）名称，获奖等级，排名，获奖年份，证书号码，主要合作者]

序号	基本信息	本人作用和主要贡献（限 100 字）
1	核电站反应堆安全壳结构系统全寿期检测评估关键技术，国家技术发明奖，二等奖，排名：第一，2014 年，证书号码：2014-F-310-2-03-R01，主要合作者：蒋坚毅、王永焕、张兴斌、张际斌、徐海翔。	发明了安全壳预应力长期损失监测评估技术，实现了技术自主化，形成了预应力损失监测与评估的成套技术，建立了安全壳在役期间安全裕度评价体系。创建了安全壳老化评估技术体系，提出了安全壳老化的量化评价标准。
2	核电站安全壳结构检测技术及其应用，国家科技进步奖，二等奖，排名：第一，2001 年，证书号码：J-221-2-02-R01，主要合作者：谢永金、魏福伟、陈增元、赵树明、汤国平、甄志玲、王永焕、张心斌、刘军、晁祥谦。	建立了我国核电站安全壳可靠性评价的技术体系，解决了安全壳整体性检测与可靠性评定的系列难题，形成了拥有自主知识产权的中国方案，实现了 70 余个堆次的工程应用，填补了我国核电工程自主验收的技术空白。
3	大中型高炉炉体结构应力测定与分析，国家科技进步奖，三等奖，排名：第五，1996 年，证书号码：12-3-001-05，主要合作者：薛家麟、何文汇、王婉云、李树斌。	研发了用于高炉炉壳温度应力、变形和炉内压力监测的传感器和数据采集系统，突破了高炉炉体结构应力长期监测的技术瓶颈。完成了高炉炉体结构应力分析和评定，为实现我国特大型高炉设计、建造自主化奠定了基础。
4	核电站安全壳结构检测技术及其在巴基斯坦恰希玛核电站中的应用，省部级，一等奖，排名：第一，2000 年，证书号码：2000 城-1-001-01，主要合作者：谢永金、魏福伟、陈增元、赵树明、汤国平、甄志玲、王永焕、张心斌、刘军、晁祥谦。	提出了长期高温环境条件下各类测量传感器的温度补偿技术和温度修正技术，解决了巴基斯坦高温环境条件下的监测系统稳定性问题，成功实现了安全壳结构检测技术在长期高温环境条件下的工程应用。
5	先进核电厂安全壳结构模型试验研究，省部级，二等奖，排名：第一，2002 年，证书号码：No.2002-2-1，主要合作者：谢永金、赵树明、陈增元、王永焕、张心斌。	依据相似性理论，首创了倒 U 型安全壳 1: 10 模型的设计和建造，实现了几何和力学相似性。开发了橡胶密封囊和水压加载系统，以及大量程变形、应变、压力及钢束力监测系统，成功实现了安全壳模型极限承载力试验。
6	核电站安全壳结构检测与安全评估成套技术，省部级，二等奖，排名：第一，2013 年，证书号码：J2013E016，主要合作者：张际斌、王永焕、张兴斌、徐海翔、张会东、杨林、宋正峰、赵文博、李吉娃。	在第一代安全壳结构检测技术的基础上，进一步研发了高性能和高智能化的安全壳变位、应力应变、预应力损失等参数的测量传感器和数据采集系统，开发了大型数据采集、分析、处理软件。实现了安全壳检测技术的全面升级。

七、发明专利情况 [限填六项以内。请在栏内按顺序填写实施的发明专利名称, 批准年份, 专利号, 发明(设计)人, 排名, 主要合作者, 本人在专利发明和实施中的主要贡献。如无实施证明材料则视为专利未实施]

序号	基本信息	本人作用和主要贡献(限100字)
1	大直径管道密封性能检测装置和方法, 2011年, 专利类型: 发明专利, 专利号: ZL200910242228.0 1/5, 发明(设计)人: 林松涛, 排名: 第一, 主要合作者: 徐海翔、张际斌、张会东、吴利权。	发明了直径3m的地下管线密封性能检测装置。利用专门研发的试验装置与管线接缝处形成局部密封腔。通过向密封腔内加注高压水, 观察水压的变化实现密封性能检测。利用该项专利完成了核电站地下取水管的密封性检测。
2	一种有粘结预应力钢束力值监测装置, 2009年, 专利类型: 实用新型专利, 专利号: ZL200820122771.8 1/4, 发明(设计)人: 林松涛, 排名: 第一, 主要合作者: 张际斌、王永焕、宋正峰。	发明了一种具有力值监测功能的预应力钢绞线。通过一根包裹有光栅光纤的碳纤维丝材取代普通七芯钢绞线的中间钢丝, 形成兼具承载和监测功能的智能钢绞线。实现了有粘结预应力值长期损失监测。已在海南核电投入应用。
3	一种标准位移发生器和位移监测装置, 2009年, 专利类型: 实用新型专利, 专利号: ZL200820124293.4 1/6, 发明(设计)人: 林松涛, 排名: 第一, 主要合作者: 徐海翔、王永焕、杨林、张际斌、陈增元。	发明了一种可以对张丝法检测变形过程中实现变形校准的装置。将正反螺纹进行巧妙配合, 通过旋转手柄产生标准位移值, 实现张丝变形监测系统的实时校准。该项技术已在所有张丝法检测安全壳结构变形的工程中得到应用。
4	一种管道有效内径的检测装置, 2013年, 专利类型: 发明专利, 专利号: ZL201110175627.7, 发明(设计)人: 张际斌, 排名: 第四, 主要合作者: 张际斌、徐海翔、王永焕、杨建国、赵文博、宋正峰。	利用激光准直技术, 发明了用于铅垂线管有效内径和垂直度的检测装置。提高了铅垂线管的安装精度, 避免了铅垂丝线与管壁的触碰, 确保铅垂线变形测量系统的可靠性。该技术已广泛用于核电站安全壳整体变形监测项目。
5	一种铅垂线水平变位监测方法和系统, 2015年, 专利类型: 发明专利, 专利号: ZL201210399214.1, 发明(设计)人: 张会东, 排名: 第二, 主要合作者: 张会东、王永焕。	发明了在一根铅垂线上可以任意安装变形监测点的技术, 打破了传统的一根铅垂线只能监测一个点位的局限, 大大提高了监测效率、节省了测位占用空间。该技术已在最新的华龙一号核电站安全壳结构变形监测项目中应用。
6	一种变位监测装置, 2012年, 专利类型: 实用新型专利, 专利号: ZL201220048876.7, 发明(设计)人: 张会东, 排名: 第二, 主要合作者: 张会东、王永焕、徐海翔、张际斌。	发明了一种通过光电感应原理, 实现非接触检测物体的位移变化。替代了传统的极坐标法和光学显微镜法, 大大提高了测量精度和效率。实现了高大构筑物远端变位直接自动监测。该技术已在所有安全壳变形监测中投入应用。

八、论文和著作 [限填有代表性的论文和著作十篇(册)以内。请在“基本信息”栏内按顺序填写论文、著作名称,年份,排名,主要合作者,发表刊物或出版社名称]

序号	基本信息	本人作用和主要贡献(限 100 字)
1	预应力钢束孔道灌油技术的应用, 2000 年, 排名: 第一, 主要合作者: 郑砚国, 发表刊物(出版社): 工业建筑。	在国内首次主持完成了核电站安全壳预应力孔道内高温高压灌油施工。主持开发了高温(160℃)高压注油技术, 解决了预应力孔道填充油脂的快速加热和孔道预热技术, 建立了安全壳预应力孔道高温高压灌油技术工艺流程。
2	核电站混凝土安全壳中预应力的分布与损失, 2002 年, 排名: 第一, 主要合作者: 张际斌, 发表刊物(出版社): 工业建筑。	开发了用于监测预应力损失高温大量程钢束力传感器, 建立了安全壳无粘结预应力长期损失监测体系。编制了能源行业标准《压水堆核电站安全壳预应力技术规程》, 解决了核电站安全壳无粘结预应力值长期损失的监测难题。
3	巴基斯坦恰希玛核电站安全壳结构试验与吻合分析, 2002 年, 排名: 第二, 主要合作者: 张心斌、王永焕, 发表刊物(出版社): 工业建筑。	主持了恰希玛核电站 4 座安全壳结构整体性试验项目, 解决了长期高温环境下测量系统稳定性问题, 提出了各类测量传感器的温度修正方案和有限元分析计算的参数选择, 保证了计算结果的准确性。获北京市科技进步一等奖。
4	Strength monitoring of a prestressed concrete containment with grouted tendons, 2002 年, 排名: 第三, 主要合作者: Zaozhan Sun, Sujuan Liu, Yongjin Xie, 发表刊物(出版社): Nuclear Engineering and Design, 。	主持开发了可安装在安全壳外表的变形监测装置和光学显微读数仪, 替代了法国的坐标读数法, 大大提高了测量精度。提出了在结构变形与预应力损失的关系和算法, 通过长期监测结构变形状态, 评估预应力总体损失值。
5	先进核电厂安全壳模型试验研究, 2001 年, 排名: 第二, 主要合作者: 张心斌、陈增元、王永焕、徐海翔, 发表刊物(出版社): 工业建筑。	主持了安全壳 1: 10 模型的设计、建造和极限承载力试验。提出了普通钢筋和预应力筋的替代方案, 研发了大流动度高强混凝土材料。开发了橡胶密封囊和水压加载系统, 以及专用监测系统。为实体安全壳设计提供了依据。

序号	基本信息	本人作用和主要贡献（限 100 字）
6	核电厂安全壳结构的内压承载能力计算分析，2007 年，排名：第二，主要合作者：张会东、王永焕，发表刊物（出版社）：工业建筑。	提出了使用正交异性膜单元模拟预应力筋的分布规律，提高了计算精度，实现了非线性计算分析。与预应力损失监测结果进行了对比分析，证明有限元模型和单元模拟的准确性。
7	核电站安全壳老化管理，2009 年，排名：第三，主要合作者：杨林、王永焕，发表刊物（出版社）：工业建筑。	建立了基于事故树理论的老化状态分级评价方法，自主开发了安全壳结构老化管理数据库软件，形成了一套完整的安全壳结构老化管理与寿命评价技术体系，解决了安全壳延期服役的技术难题。
8	Whole-span and Whole Length Pre-stress Loss Monitoring Technique Study in Bonded Pre-stressed System, 2012 年，排名：第二，主要合作者：Zhang Jibin, Gao Juan, 发表刊物（出版社）：Applied Mechanics and Materials。	开发了核电站安全壳光纤光栅监测钢绞线技术，实现对有粘结预应力钢绞线任意位置实际应力状态的直接监测，解决了安全壳结构在役检查和老化评估的关键技术问题。提出了有粘结预应力值长期损失监测的技术方法。
9	核电站安全壳结构检测评估技术综述，2007 年，排名：第二，主要合作者：张际斌，发表刊物（出版社）：工业建筑。	本文分析总结了核电站预应力混凝土安全壳的结构特点，对目前安全壳全寿期内的检测评估内容、方法和理论进行了详细介绍，对目前各类检测方法、检测设备存在的问题进行了仔细分析，对未来的发展方向进行了评估和展望。
10	大体积混凝土施工标准解析与应用指南，2018 年，排名：第一，主要合作者：仲晓林、张际斌、彭宣常、沈德建、彭明祥，发表刊物（出版社）：中国建筑工业出版社。	根据多年从事核电基础大体积混凝土裂缝控制形成的技术积累，主编了国标《大体积混凝土施工标准》。从材料、施工、养护、监测各个方面提出了相应的技术要求和控制指标，并给出了理论计算方法和实际工程案例。

九、工程设计、建设、运行、管理方面的重要成果（限填五项以内）

序号	成果简介	本人作用和主要贡献（限 100 字）
1	秦山核电站安全壳整体性试验：秦山核电站是我国自主设计、建造的首座核电站。该试验在国内为首创，无相关的检测技术和评估方法。作为检验和评估安全壳设计、施工是否合格的重大试验，直接关系核电站可否装料发电。	负责开发了壳内张丝变形测量系统、绝压传感器和附着式应变传感器，提出了高压状态下各类传感器及数据采集仪表的影响系数。系统解决了高压、高温和强电磁干扰环境下的敏感度检测机理问题。获得冶金部科技进步一等奖。
2	巴基斯坦恰希玛核电站安全壳在役检查：巴基斯坦核电站是我国最大的核电出口项目。在役检查的目的是评估核电站长期运行中，安全壳持续保持安全可靠的能力。本成果通过直接监测预应力长期损失评估安全壳结构承载能力。	主持 4 座安全壳结构在役检查项目，首创预应力孔道高温高压罐蜡技术，开发了预应力监测系统，解决了高温环境下测量系统稳定性问题，实现了预应力损失长期监测，建立了预应力损失评估模型。获北京市科技进步一等奖。
3	第三代核电站安全壳模型设计、建造与极限承载力试验：为检验国内首座第三代核电站安全壳设计的可靠性。依据相似性理论设计建造了国内最大的安全壳 1: 10 模型，实现了极限承载能力检验，为三代核电设计提供了依据。	主持了安全壳 1: 10 模型的设计、建造和极限承载力试验。提出了普通钢筋和预应力筋的替代方案，研发了专用大流动度高强混凝土材料，实现了几何和力学相似性。开发了橡胶密封囊和水压加载系统，以及专用监测系统。
4	AP1000 核电站基础底板裂缝控制：AP1000 为国际上首座第三代百万级核电机组。核岛底板为近万方的大体积混凝土基础，要求一次性浇筑不出现裂缝。通过理论分析和现场实时监测，有效地控制了有害裂缝的产生。	通过理论计算，分析了大体积混凝土的温度场和应力场随着混凝土浇筑的升降温全过程的变化规律。提出了零应力理论，研发了零应力装置。通过实时监控混凝土内部的温度和温度应力的变化指导养护过程，避免了裂缝的产生。
5	田湾核电站安全壳 40-60 年安全状态分析预测：田湾核电站采用俄罗斯核电技术。安全壳为双层壳。通过安全壳结构非线性分析、抗震计算、温度影响计算，结合长期结构监测数据，给出安全壳 40-60 年安全状态预测。	在国内首次对在役核电站安全壳全寿期内的安全状态进行了分析预测，全面综合考虑了影响安全壳安全状态的压力、温度、地震力及环境等因素，提出了结构非线性状态分析的要点，建立了安全壳全寿期安全状态的预测模型。

十、候选人个人声明

(一) 本人在党政机关担任领导干部情况 (无此类情况的, 请在对应情况下方填写“无”; 有此类情况的, 请在对应情况前的□内划“√”, 并在对应情况下方填写相应信息):

在公务员和参照公务员法管理的党政机关 (包括人大、政协、民主党派、社会团体等) 任职情况:

无

在军队系统担任领导干部情况 (兼任专业技术职务请注明):

无

(二) 本人以往违反科学道德情况 (请先在“无此类情况”或“有此类情况”前的□内划“√”; 有此类情况的, 请填写相应信息):

无此类情况

有此类情况

(三) 本人受到过党政纪处分 (组织处理) 的情况 (请先在“无此类情况”或“有此类情况”前的□内划“√”; 有此类情况的, 需填写何时何处何原因受过何种处分或处理):

无此类情况

有此类情况

本人接受提名, 并对《提名书》中第一至第十项所有填写内容的真实性负完全责任。第十项所填内容, 在 2019 年 11 月底前如有变动, 将及时向中国工程院书面报告。

被提名人签名:

年 月 日